

東海低レベル放射性廃棄物埋設事業所 第二種廃棄物埋設施設の位置、構造及び設備の 基準に関する規則等への適合性について

審査会合における指摘事項への回答

2025年4月28日

日本原子力発電株式会社



審査日	資料指摘箇所	指摘事項	回答内容
2025/3/10	資料1-1	【管理番号41】 地盤の変形による廃棄物埋設地の安全機能への影響評価について,廃棄物埋設地の 安全機能を担う中間覆土(遮蔽機能)や表面遮水(漏出低減機能)の位置付けを整理し て説明すること。	地盤の変形による廃棄物埋設地 の安全機能への影響評価に対す る,中間覆土(遮蔽機能)や表面 遮水(漏出低減機能)の位置付け を整理し,地盤の変形による各種 安全機能への影響がないことを 確認した(P5からP8参照)。
2024/12/26	資料5-1	【管理番号40】 スカイシャインガンマ線の評価において、Co-60のガンマ線のエネルギーは平均値を 使用しているが、平均値を採用することはこういう分野では一般的なのか。	Co-60のガンマ線エネルギーに ついて, 平均値を用いることは評 価結果に大きな影響を与えるもの ではないことを確認した(P9からP 11参照。)
2024/12/26	資料9	【管理番号39】 申請対象設備のうちどこまでを許可の範囲として、どこまでを後段規制とするのか、低 透水性覆土以外の設備(表面遮水、植生など)についても整理すること。テントや雨養 生は確認申請には入らないということだと思うが、後段規制を見据えて申請者と規制側 の認識が合うように整理すること。	ご指摘を踏まえて,関連する記載 を追記・修正する(P12, P13参 照)。
2024/10/28	資料1-1 P13	【管理番号31】 地質環境等の状態設定における「日本の海成段丘アトラスから算出した隆起速度」については,鉛直変動量としてプロットしているが,これにはエラーバーがつくはずであるため,エラーバーを含めても本図が合理的であることを説明すること。	 ご指摘を踏まえて, 関連する記載 を追記・修正する(P14からP27参 照)。



審査日	資料指摘箇所	指摘事項	回答内容
2024/10/28	資料1一1 P69, P70	【管理番号34】 原子力学会標準に従って収着分配係数を取得していると思うが,原子力学会標準では 0.45 µmの空隙のフィルタの使用やコロイドの影響を確認する際は限外濾過している。 一般的にフィルタや限外濾過する場合,フィルタの上に吸着することで、収着分配係数 が大きくなるため,非安全側となりリスクがあることから研究機関では使わない。研究で は遠心分離や超遠心が増えているかもしれないため,実際の測定方法を確認すること。	ご指摘を踏まえて,関連する記載 を追記・修正する。(P28, P29参 照)。
2024/10/28	資料1-1 P42	【管理番号32】 「C2:廃棄物層の金属腐食(放射性廃棄物と浸透水の反応)」は、一般的に還元性になれば収着は大きくなる傾向にあるということであるが、基本的に考慮されている核種は、ほとんど酸化還元にセンシティブではなく、そうでない場合も存在するかもしれないため、確認すること。	ご指摘を踏まえて,関連する記載 を追記・修正する。(P30, P31参 照)。
2024/10/28	資料1一1 P43	【管理番号26】 「C4:バリア材料中でのコロイド生成」について、ベントナイトコロイドのみ言及している が、天然バリア中のコロイドによる影響も考えられるものの、その考察がないため、説明 を拡充すること。また、その他の事象についても説明しきれているかどうか確認し、説明 すること。	
2024/10/28	資料1一1 P43, P69	【管理番号33】 収着分配係数を測定する際のコロイドの影響については、コロイドが分散している場合 は限外濾過をするか、超遠心をかけて分けることで固相に対しての核種の吸着が分か るが、コロイドの影響はこの段階で見ていない。コロイドの影響は、コロイドの表面の構 造や、組成そのものが固相と違う場合があるため、この場合、収着分配係数は違ってく る。このため、コロイドに対しての収着分配係数がどれだけであるかというものを評価・ 想定をして、両方が共存するときにどうなるかというのを見ないといけないが、そこまで 検討した上で試験していることを確認すること。	ご指摘を踏まえて,関連する記載 を追記・修正する。(P32からP35 参照)。



審査日	資料指摘箇所	指摘事項	回答内容
2024/10/28	資料1一1 P43, P44	【管理番号38】 有機物や微生物の影響について, 微生物の場合, C-14しか考えられていないが, な ぜC-14だけなのか。例えばAmは微生物に付着しないのかも含めて少し気になってい るため, 詳細を説明すること。	ご指摘を踏まえて, 関連する記載 を追記・修正する。(P36, P37参 照)。
2024/10/28	資料1-1 P70	【管理番号37】 収着分配係数の設定値について,最も厳しい自然事象シナリオの設定値では廃棄物埋 設地内土砂は1桁小さくしているのに対し,通気層土砂・帯水層土砂は2桁小さくしてい る。最も可能性が高い設定値はおそらく平均値を用いていると思うが,最も厳しい設定 値は,極端に言えば0にすることもあり得る中で,こういう設定をすることの合理性を資 料に記載すること。	ご指摘を踏まえて,関連する記載 を追記する。(P38, P39参照)。
2024/10/28	資料1一1 P70	【管理番号35】 70ページに記載の収着分配係数は単位を記載していないため、どういう大きさか分から ない。 また、有効数字の数字が3か1しかないため、なぜ3か1しかないのかが分からない。これ に限った話ではないが、生データまでさかのぼって確認すること。	単位は「m ³ /kg」である。 ご指摘を踏まえて, 関連する記載 を追記する。(P40参照)。 他のデータについても単位の記 載を確認した。
2024/10/28	資料1-1 P70	【管理番号36】 収着分配係数のうち全αの設定値はAmで取得している。一般的にAmとEuの収着分 配係数は、ほぼ近い値になると思っているが、本設定は3倍違っているため、この理由 を説明すること。	ご指摘を踏まえて, 文献を用いて 確認した。 関連する記載について追記する (P41参照)。



審査日	資料指摘箇所	指摘事項	回答内容
2025/3/10	資料6	【管理番号43】 技術的能力審査指針に基づく各項目について,許可段階で確認しなければいけない内 容と後段規制である保安規定段階で確認するものについて,整理して説明すること。	ご指摘を踏まえて,許可段階と後 段規制での確認事項について整 理した(P42, P43参照)。



■評価対象部位

- 廃棄物埋設地の安全機能は漏出低減機能及び遮蔽機能であり、漏出低減機能を有するものは低透水性覆土、側部低透水性覆土、遮水シート及び表面遮水であり、遮蔽機能を有するものは中間覆土である。
- ・本評価における評価対象部位は、低透水性覆土、側部低透水性覆土及び遮水シートとする。

■中間覆土と表面遮水に係る基本的な考え方

- 安全機能のうち遮蔽機能を有する中間覆土については、地盤の変形が発生した場合においても、形状及び設置位置がおおむね維持されることから、安全機能は損なわれるおそれはない。
- 安全機能のうち漏出低減機能を有する表面遮水は、埋設完了後から最終覆土の完了までの間に設置するものであり、点検及び補修が可能であることから、安全機能は損なわれるおそれはない。



デ デ デ 管理番号41 中間覆土の遮蔽機能維持に係る補足説明

【遮蔽計算】 遮蔽機能として考慮する中間覆土の評価条件(第八条)

・ 遮蔽機能として考慮する中間覆土の評価条件(密度・厚さ)は、以下のとおりである。

第1表 中間覆土の遮蔽計算における評価条件

			単位	設定値	備考		
	乾燥密度		g∕cm ³	1.3	中間覆土の土質試験結果より最小密度(最 も緩い状態の乾燥密度)を切り下げて採用		• 中間覆土として考慮する中間覆土の遮蔽条件 は 実施工(施工計画値)を考慮しても保守的
	= +	最上段	m	0.5	施工計画層厚を切り下げて設定		な設定となるように条件を設定している。
,	₹C	1,2段目	m	0.2	施工計画層厚を切り下げて設定	,	

【安全機能への影響検討】安全機能への影響検討に係る中間覆土の施工計画値と廃棄物埋設地の変形状況

 安全機能への影響検討に係る中間覆土の施工計画値(密度・厚 さ)と廃棄物埋設地の変形状況は、以下のとおりである。

第2表 中間覆土の施工計画値(密度・厚さ)





・<u>中間覆土を含む廃棄物層は、液状化検討を踏まえた沈下発生後においても位置及び形状がおおむね維持されている。</u>
 ・<u>加えて、中間覆土は、遮蔽計算の評価条件(密度・厚さ)に対し施工計画値(密度・厚さ)に裕度があることを考慮し、その安全機能が損</u>なわれるおそれはないと判断した。



(N-S断面)



(E-W断面)



第2図 廃棄物埋設地の変形状況(液状化検討を踏まえた沈下発生後)(拡大版)



■表面遮水の漏出低減機能について

表面遮水の漏出低減機能については、以下のとおり設計する。

- 低透水性を有する設計とする。
- ・埋設が完了した区画内への雨水等の浸入を抑制するために、最上段の中間覆土及び最終覆土のうち基礎材の一部を施工後、その上部に表面遮水を設置する(第3図参照)。
- 外部事象及び紫外線による劣化・損傷を考慮して砂及び保護砕石等の保護工により覆うことで、劣化・損傷に対する抵抗性を有する設計とする。(第3図参照)
- ・ <u>定期点検及び地震</u>, 台風等の異常事態が発生した場合は臨時点検を行い, 劣化・ <u>損傷が生じた場合</u>, 安全上支障のない期間内において速やかに修復することにより <u>必要な機能を維持する設計とする。</u>





第3図 表面遮水の設置例

 上述した表面遮水の漏出低減機能に係る設計方針(下線部)のとおり、仮に廃棄物埋設地が変形した場合においても、 表面遮水については点検及び補修対応が可能であることから、安全機能が損なわれるおそれはない。



本施設のスカイシャインガンマ線の評価には、他施設における評価実績を有する一次元輸送計 算コード(ANISN)及び一回散乱計算コードG33-GP2Rを用いている。一次元輸送計算コード (ANISN)の計算で使用する断面積ライブラリであるDLC-23の光子エネルギーの群構造(第3表 参照)は18群であり、Co-60のガンマ線のエネルギーである1.17 MeV, 1.33 MeV, 平均値である 1.25 MeVのような単色スペクトルの光子エネルギーを群構造に落とし込んで評価する。このため、 これらのCo-60ガンマ線のエネルギーについては、同一の第10群であると考えられ、評価結果に 大きな影響を与えるものではない。

また、具体的なCo-60ガンマ線のエネ ルギーの影響の確認のため、単色スペクト ルを取り扱うことが可能なMCNP5を用いて 比較評価を実施した。

比較評価は、審査資料「第二種廃棄物埋 設施設の位置、構造及び設備の基準に関 する規則第八条(遮蔽等)への適合性につ いて」の「添付資料1-4 ANISN-G33及 びQADによる計算の妥当性について」にお いて実施しているMCNP5の評価(1.25 MeV(200 %)を用いた評価)について、ガ ンマ線エネルギーを1.17 MeV、1.33 MeVに 変更することで行った。

第4図にMCNP5の評価モデルを示す。

空気		150 m	[〕] 計算地点
			3 m
土壤	中間覆土(最上段)	0.5 m	土壌の物性値は由間
	廃棄物層(3段目)	h	て、 環の物性値は中間 覆土と同じとした。
Same State State State	中間覆土(2段目)	0.2 m	ANISNでは 1次元の
	廃棄物層(2段目)	h	体系(無限平板)とな るが MCNP5では2次
	中間覆土(1段目)	10.2 m	元の体系のため、土
	廃棄物層(1段目)	h	壌を考慮している。
	Φ12.8 m	•	
	第4図 MCNP50	の評価モ	デル

第3表	DLC-23の光子
エネ	ルギーの群構造
群 番号	上限光子 エネルギー(MeV)
1	1.000 × 10 ¹
2	8.000 × 10 ⁰
3	6.500 × 10 ⁰
4	5.000 × 10 ⁰
5	4.000 × 10 ⁰
6	3.000 × 10 ⁰
7	2.500 × 10 ⁰
8	2.000 × 10 ⁰
9	1.660 × 10 ⁰
10	1.330 × 10 ⁰
11	1.000 × 10 ⁰
12	8.000 × 10 ⁻¹
13	6.000×10^{-1}
14	4.000×10^{-1}
15	3.000×10^{-1}
16	2.000×10^{-1}
17	1.000×10^{-1}
18	5.000×10^{-2}
*	1.000×10^{-2}

※18群の下限エネルギー

(出典)日本原子力学会(2010):放射線遮へい 計算のための線量換算係数:2010



比較評価の結果, 1.25 MeV(200 %)と1.17 MeV及び1.33 MeVは, ほぼ同等の評価結果となり, ガンマ線エネルギーの影響は小さいことを確認した。第4表に10μSv/h廃棄物によるスカイシャインガンマ線の評価結果を示す。

ガンマ線エネルギー	金属類 (鉄箱)	コンクリートガラ (鉄箱)	コンクリートブロック		
1.25 MeV(200 %)	3.77 <i>μ</i> Sv∕y	3.86 <i>µ</i> Sv∕y	3.84 <i>µ</i> Sv∕y		
1.17 MeV及び1.33 MeV	3.71 μSv∕y	3.83 <i>µ</i> Sv∕y	3.83 <i>µ</i> Sv∕y		

第4表 10 µ Sv/h廃棄物によるスカイシャインガンマ線の評価結果

計算コードをANISN-G33, Co-60のガンマ線のエネルギーを平均値である1.25 MeV(200 %)を用いている許認可実績として,東海発電所の廃止措置計画書変更認可申請書(使用済燃料冷却池建屋でL1廃棄物を一時保管に係る直接線量・スカイシャイン線量の評価条件及び評価結果の変更, 2013年3月認可)がある。

また,日本国内のスカイシャイン計算コードの計算手法や計算精度の評価に使用されている「JAERI-M7288 スカイシャイン計算 コード評価のための標準問題(1977年9月,日本原子力研究所)」のCo-60ガンマ線源の計算条件のうち線源条件に平均値である 1.25 MeVが記載されている例がある。

さらには、スカイシャイン線量評価ではないが、旧原子力安全委員会安全審査指針である「発電用軽水型原子炉施設の安全審査 における一般公衆の線量評価について」の「放射性雲中の放射性物質のγ線による外部全身被ばく」の評価に用いる粒子状の放射 性物質の実効エネルギーとしては、平均エネルギー1.253 MeV/photonや、この平均エネルギーに放出割合1.999 photons/disを乗 じた実効エネルギー2.504 MeV/disが記載されており、廃止措置計画の公衆被ばくの評価には、この指針に基づきガンマ線実効エネ ルギーとして2.50 MeV/disが一般的に使用されている例がある。



なお、本施設のスカイシャインガンマ線の評価は、審査資料「第二種廃棄物埋設施設の位置、構造及び設備の基準に関する規則第八 条(遮蔽等)への適合性について」の「添付資料1-4 ANISN-G33及びQADによる計算の妥当性について」に示すとおり、3次元の複雑 な幾何学形状をそのまま取り扱うことができるほか、放射線のエネルギーを連続的に扱うことができるMCNP5による計算結果と比較す ることで、ANISN-G33による評価結果がMCNP5の計算結果に対して保守的な傾向となっていることを確認している。

また、ANISN-G33の評価条件についても、以下に示す内容を考慮することで、保守的な評価となるように配慮している。

- ▶ 遮蔽となる中間覆土の密度について、乾燥状態の砂の下限値側の値である1.3 g/cm³としている。また、線源となる廃棄物層の平均密度は、充塡する砂を考慮せず実際の密度より低くなるようにして設定している。
- ▶ 計算地点について,廃棄物埋設地の端から周辺監視区域境界までの最短距離である約170 mを保守的に丸めて150 mとしている。
- ▶ 埋設中のスカイシャインガンマ線は、1段ごとに状態設定することで、まだ定置していない廃棄物からのガンマ線を考慮^{※1}するとともに、埋設中の1年間は中間覆土による遮蔽を考慮せず、常に廃棄物が露出した状態^{※2}としている。



※2 常に廃棄物が露出した状態のイメージ

※1 まだ定置していない廃棄物からのガンマ線を考慮するイメージ

管理番号39 事業許可申請と廃棄物埋設確認申請の整理

補正申請書及び審査資料の該当箇所について、下記の方針で追記・修正する。

注)指摘を踏まえて記載を変更した箇所は青色で示す。

廃棄物埋設地の仕様一覧 ✓ 事業許可申請 事業許可申請においては、右記の廃棄物埋設地の仕様一覧に記載した内容を許可の 名称 仕様 保護土層 (上層) ・厚さ0.3 m以上の粘性土又は火山灰質粘性土 範囲として明記 ・厚さ 0.15 m以上の砂質土 保護十層(下層) 仕様一覧に記載した内容以外の、施工、検査、点検、補修の具体的な方法は、事業許 ・厚さ 0.3 m 以上のクラッシャーラン (C-20 相当 フィルタ層 可申請の範囲外 の粒度分布を有するもの) ・厚さ 0.3 m 以上の単粒度砕石 (S-30 相当の透水 排水層 ✓ 廃棄物埋設確認申請 係数及び粒度分布を有するもの) 最 松覆 ・厚さ1.5 mm以上の高密度ポリエチレン(HDP) 廃棄物埋設地が許可を受けたところによる構造及び設備を有すること(事業規則第六) 遮水シート注1) E) +条第一項第八号)を、事業許可申請における仕様一覧に準拠することを以って確認 ・地震時のすべり安定性を有するもの ・1.0×10⁻¹⁰ m/s以下の透水係数 ✓ 雨水防止テント及び雨養生 ・ベントナイト混合率 15 wt%以上のベントナイト 覆 低透水性覆土 \pm 混合土 廃棄物埋設施設の操業中、一時的に雨水防止テント及び雨養生を設置 ・厚さ1 m以上* 雨水防止テント及び雨養生は、工事の際に準備する工事用資機材であり、廃棄物埋設 基礎材 ・厚さ 0.3 m 以上の粒度調整砕石 ・1.0×10⁻¹⁰ m/s以下の透水係数 施設ではないため、事業許可申請及び廃棄物埋設確認申請の対象外 ・ベントナイト混合率 15 wt%以上のベントナイト 側部低透水性覆土 • 雨水防止テント及び雨養生は、漏出低減機能を有する施設には非該当 混合土 ·厚さ0.8 m以上 • 雨水防止テント及び雨養生の運用については、関連法令及び基準に準拠し、QMS文 ・厚さ0.5 m以上(最上段)及び厚さ0.2 m以上 書に基づく作業管理を実施 中間覆土 (最上段以外)の砂質土 ・1,300 kg/m³以上の密度 充填砂 砂質土のうち流動性を期待できるもの 注1) 遮水シートは以下の関連法令及び基準に準拠する。 ・厚さ1.5 mm以上の遮水シート 表面遮水 注2) 「一般廃棄物の最終処分場及び産業廃棄物の最終処分場に係る技術上の基準を定める命令の一部改正について(旧厚生省)」 ・芝生・草花 植生 注3) 「一般廃棄物の最終処分場及び産業廃棄物の最終処分場に係る技術上の基準を定める命令の運用に伴う留意事項について(環境省)」 • 「JIS K 6922-1:2018 プラスチック ーポリエチレン(PE)成型用及び押出用材料 – 第1部:呼び方のシステム及び仕様表記の基礎」 排水設備 ·暗渠排水 「JIS K 6922-2:2018 プラスチック ーポリエチレン(PE)成型用及び押出用材料 - 第2部:試験片の作成方法及び特性の求め方」 基盤材 粒度調整砕石 「ごみ埋立地の設計施エハンドブック しゃ水工技術(国際ジオシンセティックス学会日本支部・ジオメンブレン技術委員会)」 「遮水シート日本遮水工協会自主基準(日本遮水工協会)」 ※:埋設トレンチ上部の厚さ 「廃棄物最終処分場整備の計画・設計・管理要領(全国都市清掃会議)」 注2)表面遮水は以下の関連法令及び基準に準拠する。 「平成二十三年三月十一日に発生した東北地方太平洋沖地震に伴う原子力発電所の事故により放出された放射性物質による環境の汚染への対処に関する特別措置法施行規則」 「廃棄物関係ガイドライン 事故由来放射性物質により汚染された廃棄物の処理等に関するガイドライン(環境省)」 注3)植生は以下の関連法令及び基準に準拠する。 「仮置き場の管理について(環境省)」 「植栽基盤の整備手順(案)(国土交通省) ・ 「現場保管場所・仮置場の上部シート(通気性防水シート・遮水シート)および下部シート等の自主基準(日本遮水工協会)」 「都市公園技術標準解説書(国土交通省監修·日本公園緑地協会)」 「廃棄物最終処分場遮水シート取扱いマニュアル(日本遮水工協会)」 「植栽基盤整備技術マニュアル(国土交通省監修・日本緑化センター)」 「ごみ埋立地の設計施エハンドブック しゃ水工技術(国際ジオシンセティックス学会日本支部・ジオメンブレン技術委員会)」

- 「遮水シート日本遮水工協会自主基準(日本遮水工協会)」
- 「廃棄物最終処分場整備の計画・設計・管理要領(全国都市清掃会議)」
- 目的外使用·複製·開示等禁止 2025.4 日本原子力発電株式会社

- 「港湾緑地の植栽 設計・施工マニュアル(旧運輸省監修・港湾空間高度化センター港湾・海域環境研究所)」
- 「道路土工 切土工・斜面安定工指針(日本道路協会) |

4. 低透水性覆土の施工における品質管理(案)(7/9)



目的外使用·複製·開示等禁止 2025.4 日本原子力発電株式会社

2024年12月26日

会合資料抜粋



✓ 補正申請書及び審査資料の該当箇所について、下記の方針で追記・修正する。

第5表 敷地周辺の段丘面の標高,海水準,被覆層厚さ,年代,変動量(日立地域)												
	地点番号	地	点	変動	変動基準			海水準 高度	垂直 変動量	垂直変動 速度		
地域名		標高 (m)	※ 精度	種類	被覆層の厚さ (m)	高度 (m)	(万年)	(m)	(m)	(m/万年)	X	献
	1	127	С	mT ₉ の旧汀線アングル	不明	127	32.8	5	122	3.7	鈴木	(1987MS)
	2	135	С	mT9の旧汀線アングル	不明	135	32.8	5	130	4	鈴木	(1987MS)
	3	126	С	mT ₉ の旧汀線アングル	不明	126	32.8	5	121	3.7	鈴木	(1987MS)
	4	128	С	mT9の旧汀線アングル	不明	128	32.8	5	123	3.8	鈴木	(1987MS)
	5	130	С	mT ₉ の旧汀線アングル	不明	130	32.8	5	125	3.8	鈴木	(1987MS)
	6	58	А	mT _{5e} の旧汀線アングル	1	57	12.5	5	52	4.2	鈴木	(1989)
日立地域	7	60	В	mT _{5e} の旧汀線アングル	不明	60	12.5	5	55	4.4	鈴木	(1987MS)
	8	69	В	mT _{5e} の旧汀線アングル	不明	69	12.5	5	64	5.1	鈴木	(1987MS)
	9	63	В	mT _{5e} の旧汀線アングル	不明	63	12.5	5	58	4.6	鈴木	(1987MS)
	10	59	А	mT _{5e} の旧汀線アングル	3	56	12.5	5	51	4.1	鈴木	(1989)
	11	27	А	mT _{5c} の旧汀線アングル	2	25	10	-15	40	4	Suzuki	(1989)
	12	32	В	mT _{5c} の旧汀線アングル	不明	32	10	-15	47	4.7	鈴木	未公表
	13	30	В	mT _{5c} の旧汀線アングル	不明	30	10	-15	45	4.5	鈴木	未公表
※·結度A:誤差+0.1 m程度 結度B:誤差+1 m程度 結度C:誤差+10 m程度 文献 ⁽¹⁾ に一部加										に一部加筆		

第6表 敷地周辺の段丘面の標高,海水準,被覆層の厚さ,年代,変動量(那珂湊南地域)

地域名	地点番号	地点	段丘区分	段丘区分	年代	海水水準現在比	被覆層の厚 さ (m)	標高 (m)	変動量 (m)	隆起速度 (m/万年)
那珂湊 南地域	14	十三奉行	海成段丘	mT5c	10	-15	4	22.4	33.4	3.3
	15	総合運動公園南 (UM)	海成-河成段丘	mT5c-fT5c	10	-15	4	28.3	39.3	3.9
	16	ひたちなか市中根 (HN	河成段丘	FT5a	8		3	22.5	22.5	2.8

注:第6表については、文献値に精度の記載はない。

段丘区分,年代,海水準現在比は文献⁽¹⁾を参照

(1)小池一之,町田洋編(2001):日本の海成段丘アトラス,東京大学出版会

目的外使用·複製·開示等禁止 2025.4 日本原子力発電株式会社

注)指摘を踏まえて記載を変更した箇所は青字で示す。

<u>隆起・沈降の設定</u>

- ✓ 文献⁽¹⁾に基づき,敷地周辺における段丘面の標高・海水準・年代・被覆層厚さ・変動量(第5表及び第6表)から,隆起量を設定(第5図)する。
- ✓ 段丘面の標高は、精度に由来する誤差(赤枠部分)を有するが、隆起速度の設定に当たっては、 文献⁽¹⁾に記載されている変動量(青枠部分)を引用する。なお、誤差を考慮して、最も厳しい設定において、隆起速度が最も大きい5.1 m/万年に保守性を見込み、5.5 m/万年と設定する。



14



✓ 本施設の廃止措置の開始後の評価において、バリア材料の物性として着目するのは、「低透水性」及び「収着性」である。
 ✓ これらの物性は、廃止措置の開始後の評価における線量評価パラメータのうち、「年間浸透水量」及び「収着分配係数」が該当する。
 ✓ これらの線量評価パラメータが評価において重要となることから、これらを例に、設定におけるエラーバー(不確定性)の考え方を説明する。

【線量評価パラメータの設定の考え方】

- ✓ 第二種埋設許可基準解釈では、最も可能性が高い自然事象シナリオは、「人工バリア及び天然バリアの状態に係るパラメータは、最も可能性が高い設定とする。」ことが要求されている。また、最も厳しい自然事象シナリオは、「人工バリア及び天然バリアの状態に係るパラメータは、科学的に合理的な範囲における組み合わせのうち最も厳しい設定とする。」ことが要求されている。
- ✓ 廃止措置の開始後の評価に用いる線量評価パラメータについて,処分システムに基づき設定する線量評価パラメータと生活環境に基づき設定する線量評価パラメータに大別して整理し,処分システムに基づき設定する線量評価パラメータについては,さらに3つの分類に整理し,以下の4つの分類に整理した。

分類①:実測値等に基づいて科学的に合理的な範囲を定めたうえで設定するもの 分類②:科学的に合理的な範囲が定められないことから、想定しうる最大の範囲を考慮して最も保守的となる値に設定するもの 分類③:施設設計等の内容及び根拠となる文献等に基づき値を設定するもの 分類④:現在の本施設周辺の生活環境に基づき値を設定するもの

- ✓ 分類①の線量評価パラメータが、第二種埋設許可基準解釈で要求されるシナリオに応じた設定の変更の主な対象となると考え、被ばく 線量への感度が大きい線量評価パラメータ又は設定の不確かさが大きいと判断した線量評価パラメータについて、最も可能性が高い 設定と最も厳しい設定を設定した。対象となる線量評価パラメータに、「収着分配係数」が含まれる。
- ✓ また、分類③の線量評価パラメータのうち、「年間浸透水量」については、バリア機能である低透水性に係る状態を踏まえ、最も可能性が高い設定と最も厳しい設定を設定した。



【収着分配係数の設定におけるエラーバーの考え方(1/6)】

- ✓ 収着分配係数は、影響事象分析の評価を考慮した想定される廃棄物埋設地の環境条件で取得した試験データ又は文献値等から設定 する。
- ✓ 本施設の廃止措置の開始後の評価における評価対象核種である、H-3、C-14、CI-36、Ca-41、Co-60、Sr-90、Cs-137、 Eu-152、Eu-154、全αを対象に収着分配係数を設定した。収着分配係数の設定の考え方は第7表のとおり。

核種		
H-3	•	水を構成する主要元素であり,一般的に吸着は期待できないと考えられるため,設定値を0と設定する。
C-14	•	有機形態, 無機形態などの化学形態によって媒体への吸着能は大きく変化する。放射性廃棄物からの放出時の C-14の化学形態については未確認であることなど, 不確実な要素があるため, 保守的に設定値を0と設定する。
CI-36	•	地下水等においては, 単独で陰イオンであることが多く, 吸着性は低いことが知られていることから, 設定値を0と設定 する。
Ca-41	•	化学的に類似(アルカリ土類金属)のSr-90と同じ設定値を設定する。
Co-60	•	収着分配係数取得試験により取得した試験データを基に最も可能性が高い設定及び最も厳しい設定を設定する。
Sr-90	•	収着分配係数取得試験では,廃棄物埋設地付近の土壌(固相)及び想定される環境条件(液相)を用いる。 相完される環境条件は、廃棄物埋設地の用辺の地般における地下水の水質の影響を考慮して「現地地下水」及び両
Cs-137	-	水等の浸透水がコンクリート類との接触によってカルシウム成分が溶脱し、間隙水のpHが変化することで、収着性に
Eu-152		影響を与えることを考慮して「水酸化カルシウム水溶液」を用いることとし、収着分配係数を設定する土壌に応じて、試
Eu-154	•	- 験結果を選択した。 - また- 最も厳しい設定では- 津波によって一時的に海水の影響を受ける可能性も考えられるため「人工海水」を用いた-
全 α		試験結果を考慮した。

第7表 収着分配係数の設定の考え方



【収着分配係数の設定におけるエラーバーの考え方(2/6)】

✓ 収着分配係数取得試験の試験結果には、複数の試験結果の算術平均値又は幾何平均値を算出し、更にこれらの値のうち最も小さい 値を試験結果として取り扱うこととした(第8表~第10表参照)。

✓ 収着分配係数取得試験には放射能測定における計測誤差が含まれるため,試験結果,算術平均値及び幾何平均値の誤差を同表に 示す。計測誤差を考慮しても試験結果が桁で変わることはない。

固相						分配係	数(m ³ /kg)					
ボーリ ング	地 層	相	Co-60	Co-60 誤差	Sr—85	Sr一85 誤差	Cs-137	Cs-137 誤差	Eu—152	Eu-152 誤差	Am-241	Am-241 誤差
S-1			3.6×10^{-1}	$\pm 3.8 \times 10^{-2}$	8.4×10 ⁻³	$\pm 3.6 \times 10^{-4}$	6.1 × 10 ⁻¹	$\pm 7.6 \times 10^{-2}$	1.4×10 ^{0%1}	_*2	4.0×10 ^{−1} %1	_*2
S-1			4.6×10^{-1}	$\pm 5.7 \times 10^{-2}$	7.7 × 10 ⁻³	$\pm 3.4 \times 10^{-4}$	6.1 × 10 ⁻¹	$\pm 7.6 \times 10^{-2}$	1.4×10 ^{0%1}	%2	4.0×10 ^{−1} %1	_*2
S-1			4.1 × 10 ⁻¹	$\pm 4.8 \times 10^{-2}$	8.1 × 10 ⁻³	$\pm 3.5 \times 10^{-4}$	6.7×10^{-1}	$\pm 8.8 \times 10^{-2}$	1.4×10 ^{0%1}	%2	4.0×10 ^{−1} %1	*2
S-2			3.1 × 10 ⁻¹	$\pm 3.0 \times 10^{-2}$	7.8×10 ⁻³	$\pm 3.4 \times 10^{-4}$	6.6×10^{-1}	$\pm 8.6 \times 10^{-2}$	3.1 × 10 ⁻¹	$\pm 1.5 \times 10^{-1}$	7.6×10^{-2}	$\pm 3.9 \times 10^{-2}$
S-2		聑	2.9×10^{-1}	$\pm 2.7 \times 10^{-2}$	7.9×10 ⁻³	$\pm 3.5 \times 10^{-4}$	6.9×10^{-1}	$\pm 9.2 \times 10^{-2}$	3.4×10^{-1}	$\pm 1.7 \times 10^{-1}$	6.7×10^{-2}	$\pm 3.2 \times 10^{-2}$
S-2	- h -	地	2.6×10^{-1}	$\pm 2.4 \times 10^{-2}$	7.8×10 ⁻³	$\pm 3.5 \times 10^{-4}$	6.7 × 10 ⁻¹	$\pm 8.9 \times 10^{-2}$	3.1 × 10 ⁻¹	$\pm 1.5 \times 10^{-1}$	7.0×10^{-2}	$\pm 3.4 \times 10^{-2}$
F-4-0	au	型	2.6×10^{-1}	$\pm 2.4 \times 10^{-2}$	8.4×10 ⁻³	$\pm 3.6 \times 10^{-4}$	4.4 × 10 ^{−1}	$\pm 4.4 \times 10^{-2}$	1.4×10 ^{0%1}	%2	4.0×10 ^{−1} %1	%2
F-4-0		水	3.9×10^{-1}	$\pm 4.3 \times 10^{-2}$	8.5×10 ⁻³	$\pm 3.6 \times 10^{-4}$	4.3×10^{-1}	$\pm 4.4 \times 10^{-2}$	1.4×10 ^{0%1}	%2	4.0×10 ^{−1} %1	_*2
F-4-0			4.5×10^{-1}	$\pm 5.4 \times 10^{-2}$	8.4×10 ⁻³	$\pm 3.6 \times 10^{-4}$	3.7×10^{-1}	$\pm 3.5 \times 10^{-2}$	1.4×10 ^{0%1}	%2	4.0×10 ^{−1} %1	*2
H-4-0			6.6×10^{-1}	$\pm 1.0 \times 10^{-1}$	8.3 × 10 ⁻³	$\pm 3.6 \times 10^{-4}$	4.4×10^{-1}	$\pm 4.4 \times 10^{-2}$	1.4×10 ^{0%1}	_%2	4.0×10 ^{−1} %1	%2
H-4-0			5.0×10^{-1}	$\pm 6.4 \times 10^{-2}$	8.2×10 ⁻³	$\pm 3.5 \times 10^{-4}$	4.4×10^{-1}	$\pm 4.5 \times 10^{-2}$	1.4 × 10 ^{0%1}	%2	4.0×10 ^{−1} %1	_*2
H-4-0			4.9×10^{-1}	$\pm 6.2 \times 10^{-2}$	8.3 × 10 ⁻³	$\pm 3.6 \times 10^{-4}$	4.5×10^{-1}	$\pm 4.7 \times 10^{-2}$	1.4 × 10 ^{0%1}	*2	4.0×10 ^{−1} ^{×1}	*2
試験結果の	の幾何	平均	3.9×10−1	$\pm 1.3 \times 10^{-2}$	8.1 × 10 ⁻³	$\pm 1.0 \times 10^{-4}$	5.3 × 10 ⁻¹	$\pm 1.8 \times 10^{-2}$	9.7 × 10 ^{−1}	$\pm 2.8 \times 10^{-1$ %3	2.6 × 10 ^{−1}	$\pm 7.4 \times 10^{-2\%3}$
試験結果の	の算術	平均	4.0×10^{-1}	$\pm 1.5 \times 10^{-2}$	8.1 × 10 ⁻³	$\pm 1.0 \times 10^{-4}$	5.4×10^{-1}	$\pm 1.9 \times 10^{-2}$	1.1 × 10 ⁰	$\pm 9.1 \times 10^{-2\%3}$	3.2×10^{-1}	$\pm 2.0 \times 10^{-2\%3}$

※1:試験結果における反応後の放射能濃度が、検出限界以下となっていることから、分配係数を検出限界値から算出した。

※2:検出限界値のため、誤差は不明であるため「-」とした。

※3:測定が実施できた3点の算術平均又は幾何平均の誤差を示す。

目的外使用·複製·開示等禁止 2025.4 日本原子力発電株式会社

:試験結果として取り扱う値



【収着分配係数の設定におけるエラーバーの考え方(3/6)】

固相		75					分配係数	枚(m ³ /kg)				
ボーリ ング	地 層	相	Co-60	Co一60 誤差	Sr—85	Sr一85 誤差	Cs-137	Cs-137 誤差	Eu—152	Eu-152 誤差	Am-241	Am-241 誤差
S-2		水 酸	4.0×10^{-2}	$\pm 9.9 \times 10^{-3}$	3.8×10 ^{−3}	$\pm 2.7 \times 10^{-4}$	2.9×10^{-1}	$\pm 8.4 \times 10^{-3}$	1.5 × 10 ^{0%1}	%2	4.0×10 ^{−1} % ¹	_%2
S-2	du	化 Ca	4.5×10^{-2}	$\pm 1.1 \times 10^{-2}$	4.0×10 ^{−3}	$\pm 2.7 \times 10^{-4}$	1.6×10 ⁰	$\pm 1.4 \times 10^{-1}$	1.5 × 10 ^{0%1}	%2	4.0×10 ^{−1} %1	%2
S-2		水 溶 液	4.2 × 10 ⁻²	$\pm 1.0 \times 10^{-2}$	4.0×10 ⁻³	$\pm 2.7 \times 10^{-4}$	3.5 × 10 ^{−1}	$\pm 1.1 \times 10^{-2}$	1.5×10 ^{0※1}	%2	4.0×10 ^{−1※1}	_%2
試験結果	の幾何	平均	4.2×10 ⁻²	$\pm 6.0 \times 10^{-3}$	3.9×10 ⁻³	$\pm 1.6 \times 10^{-4}$	5.4 × 10 ⁻¹	$\pm 1.8 \times 10^{-2}$	1.5 × 10 ⁰	%2	4.0×10 ⁻¹	_%2
試験結果	の算術	平均	4.2×10^{-2}	$\pm 6.0 \times 10^{-3}$	3.9 × 10 ^{−3}	$\pm 1.6 \times 10^{-4}$	7.3 × 10 ⁻¹	$\pm 4.6 \times 10^{-2}$	1.5 × 10 ⁰	_%2	4.0 × 10 ⁻¹	_%2

第10表 分配係数取得試験結果(液相:人工海水)

固相		्रम		分配係数(m ³ /kg)									
ボーリン グ	地 層	箱	Co-60	Co一60 誤差	Sr—85	Sr一85 誤差	Cs-137	Cs-137 誤差	Eu—152	Eu一152 誤差	Am-241	Am一241 誤差	
F-4-0		٦	1.9×10^{-2}	$\pm 6.0 \times 10^{-4}$	3.8×10^{-4}	$\pm 1.3 \times 10^{-4}$	1.0×10^{-2}	$\pm 3.7 \times 10^{-4}$	1.4 × 10 ^{0%1}	%2	4.0 × 10 ⁻¹ *1	%2	
F-4-0	du	工海	2.0×10 ⁻²	$\pm 6.1 \times 10^{-4}$	4.1 × 10 ⁻⁴	$\pm 1.3 \times 10^{-4}$	1.0×10^{-2}	$\pm 3.8 \times 10^{-4}$	1.4×10 ^{0%1}	_*2	4.0 × 10 ^{−1} %1	%2	
F-4-0		水	2.1 × 10 ⁻²	$\pm 6.6 \times 10^{-4}$	3.9×10 ⁻⁴	$\pm 1.2 \times 10^{-4}$	9.5 × 10 ^{−3}	$\pm 3.6 \times 10^{-4}$	1.3 × 10 ⁰	$\pm 2.1 \times 10^{\circ}$	4.0 × 10 ^{−1} %1	%2	
試験結果の	の幾何	平均	2.0 × 10 ⁻²	$\pm 3.6 \times 10^{-4}$	3.9×10 ⁻⁴	$\pm 7.2 \times 10^{-5}$	1.0×10 ⁻²	$\pm 2.1 \times 10^{-4}$	1.3 × 10 ⁰	±2.1 × 10 ^{0%3}	4.0 × 10 ^{−1}	%2	
試験結果の	の算術	平均	2.0 × 10 ⁻²	$\pm 3.6 \times 10^{-4}$	3.9 × 10 ⁻⁴	$\pm 7.2 \times 10^{-5}$	1.0 × 10 ⁻²	$\pm 2.1 \times 10^{-4}$	1.4 × 10 ⁰	$\pm 2.1 \times 10^{0\%3}$	4.0 × 10 ^{−1}	%2	

※1:試験結果における反応後の放射能濃度が、検出限界以下となっていることから、分配係数を検出限界値から算出した。

※2:検出限界値のため、誤差は不明であるため「-」とした。

※3:測定が実施できた1点の誤差を示す。

目的外使用·複製·開示等禁止 2025.4 日本原子力発電株式会社

:試験結果として取り扱う値



【収着分配係数の設定におけるエラーバーの考え方(4/6)】

✓ 収着分配係数を設定する対象に応じて、以下の考えで試験結果として取り扱う値を比較し、試験結果の採用値を設定する(第11表参照)。

対象	最も可能性が高い設定	最も厳しい設定
廃棄物埋設地 内土砂	 現地地下水を使用した試験結果に加えて、放射性廃棄物にはコンクリート類が含まれることから、一部の領域が現地地下水よりもpHが高くなる可能性があるため、水酸化カルシウム水溶液を使用した試験結果を考慮する。 2種類の液相の試験結果を比較し、小さい値を採用値と設定する。 	 廃棄物埋設地への津波は到達しないため、人 工海水を使用した試験結果は考慮しない。
通気層土壌	 現地地下水を使用した試験結果に加えて、放射性廃棄物にはコンクリート類が含まれることから、一部の領域は現地地下水よりもpHが高くなる可能性があるため、水酸化カルシウム水溶液を使用した試験結果を考慮する。 2種類の液相の試験結果を比較し、小さい値を採用値と設定する。 	 津波によって一時的に海水の影響を受ける可能性が考えられるため、最も可能性が高い設定に人工海水を使用した試験結果を加える。 3種類の液相の試験結果を比較し、小さい値を採用値と設定する。
帯水層土壌	 現地地下水を使用した試験結果から採用値を設定する。 なお,廃棄物埋設地の浸透水が帯水層に到達すれば,上 流からの地下水で十分に希釈されるため,pHの変動の可 能性は極めて小さいことから,水酸化カルシウム水溶液を 使用した試験結果は考慮しない。 	 津波によって一時的に海水の影響を受ける可能性が考えられるため、最も可能性が高い設定に人工海水を使用した試験結果を加える。 2種類の液相の試験結果を比較し、小さい値を採用値と設定する。

第11表 試験結果の採用の考え方



【収着分配係数の設定におけるエラーバーの考え方(5/6)】

✓ 最も可能性が高い設定の収着分配係数設定値は,試験結果の採用値を1桁目が1又は3になるように小さい方に丸めた値を設定した。
 ✓ 最も厳しい設定の収着分配係数設定値は,試験結果の採用値を10分の1倍し,1桁目が1又は3になるように小さい方に丸めた値を設定した。

A LA	ET ()	分配係数(m ³ /kg)						
対家	区分	Co-60	Sr—85	Cs-137	Eu—152	Am-241		
廃棄物埋設地内土砂	最も可能性が高い設定	4.2×10^{-2}	3.9×10 ⁻³	5.3 × 10 ⁻¹	9.7 × 10 ⁻¹	2.6 × 10 ^{−1}		
	最も厳しい設定	4.2×10^{-2}	3.9×10^{-3}	5.3×10^{-1}	9.7 × 10 ^{−1}	2.6×10^{-1}		
通気層土壌	最も可能性が高い設定	4.2×10^{-2}	3.9×10 ⁻³	5.3 × 10 ⁻¹	9.7 × 10 ⁻¹	2.6 × 10 ⁻¹		
	最も厳しい設定	2.0×10^{-2}	3.9×10^{-4}	1.0×10^{-2}	9.7 × 10 ^{−1}	2.6×10^{-1}		
帯水層土壌	最も可能性が高い設定	3.9 × 10 ⁻¹	8.1 × 10 ⁻³	5.3 × 10 ⁻¹	9.7 × 10 ⁻¹	2.6 × 10 ^{−1}		
	最も厳しい設定	2.0 × 10 ⁻²	3.9×10^{-4}	1.0×10^{-2}	9.7 × 10 ⁻¹	2.6 × 10 ⁻¹		

第12表 対象土壌ごとの試験結果の採用値

第13表 評価に使用する収着分配係数設定値

<u>م</u> يد	豆八	分配係数(m ³ /kg)						
対家	区分	Co-60	Sr—85	Cs-137	Eu—152	Am-241		
廃棄物埋設地内土砂	最も可能性が高い設定	3.0×10^{-2}	3.0 × 10 ⁻³	3.0×10^{-1}	3.0×10^{-1}	1.0×10^{-1}		
	最も厳しい設定	3.0 × 10 ⁻³	3.0×10^{-4}	3.0×10^{-2}	3.0×10^{-2}	1.0×10^{-2}		
通気層土壌	最も可能性が高い設定	3.0×10^{-2}	3.0×10^{-3}	3.0×10^{-1}	3.0×10^{-1}	1.0 × 10 ⁻¹		
	最も厳しい設定	1.0×10 ⁻³	3.0×10^{-5}	1.0×10^{-3}	3.0×10^{-2}	1.0×10^{-2}		
帯水層土壌	最も可能性が高い設定	3.0×10^{-1}	3.0×10^{-3}	3.0×10^{-1}	3.0×10^{-1}	1.0×10^{-1}		
	最も厳しい設定	1.0 × 10 ⁻³	3.0 × 10 ⁻⁵	1.0 × 10 ⁻³	3.0 × 10 ⁻²	1.0×10^{-2}		



【収着分配係数の設定におけるエラーバーの考え方(6/6)】

- ✓ 収着分配係数取得試験の試験結果には、計測誤差なども含まれるが、廃止措置の開始後の評価に使用する設定値の設定プロセスに おける保守的な切り下げ処理の範囲に含まれると考えている。
- ✓ また,廃止措置の開始後の評価において,被ばく線量の寄与が大きいCI-36の設定値については、収着しにくいことを踏まえ0と設定しているため、一般的に収着しやすいことが知られている他の核種の設定値が多少変動を受けたとしても、基準値を上回るような被ばく線量の変動となることは考えにくい。
- ✓ これらを踏まえ、収着分配係数の設定値は妥当な設定であると考える。

管理番号31 設定におけるエラーバー(9/14)

【年間浸透水量の設定におけるエラーバーの考え方(1/3)】

- ✓ 年間浸透水量は、解析コードDtransu2D-ELを用いて、浸透流解析を実施した結果より設定する。
- ✓ 浸透流解析の解析モデルは、廃棄物埋設地の設計内容を基に作成した。
- ✓ 解析モデルの上部境界には、地質環境等の状態設定で設定した1,000年後の温暖期継続ケースにおける年間降水量及び蒸発散量の 状態設定値、文献より設定する表面流出割合を用いて降雨境界を設定した。
- ✓ また,浸透流解析に用いる対象の飽和透水係数の設定については,文献値(文献を用いた計算結果含む),試験結果又は設計値より 設定した(第14表参照)。
- ✓ 本浸透流解析では、遮水シート及び低透水性覆土により、廃棄物埋設地への浸透水量を計算により確認するものである。
- ✓ そのため、それ以外の部材の飽和透水係数の設定については、浸透流解析の結果に大きな影響を及ぼすものではないことから、透水 試験を実施した結果の算術平均等から設定することとしている。
- ✓ 一方で、低透水性覆土の飽和透水係数の設定は、最も可能性が高い設定と最も厳しい設定に分けて設定している。
- ✓ 最も厳しい設定では、廃棄物埋設地の状態設定を踏まえて飽和透水係数を大きく設定することで、浸透流解析の結果が保守的な設定となるような条件を設定している。
- ✓ また、遮水シートの飽和透水係数は、米国のRisk Reduction Engineering Laboratory で開発された計算コードThe Hydrologic Evaluation of Landfill Performance model(以下「HELP」という。)及びJAEA(2014)⁽¹⁾の考え方を用いて設定した。HELPでは、遮水シートからの 漏えい量の評価において遮水シートの上下層の透水性、遮水シートと下層との接触状態及び遮水シートの損傷状態を考慮しており、 遮水シートを施工したとしても一部の浸透を考慮することとしている。
- ✓ 評価した結果については、廃止措置の開始後の評価で用いる年間浸透水量を設定する際には、切り上げ処理を実施した値を設定している(第15表参照)。
- ✓ 本浸透流解析で最も重要となる遮水シート及び低透水性覆土の飽和透水係数の設定について、保守性を踏まえた適切な設定が行えていると考えている。
- ✓ そのため、年間浸透水量の設定値は妥当な設定であると考える。



【年間浸透水量の設定におけるエラーバーの考え方(2/3)】

第14表 浸透流解析に用いる飽和透水係数の設定値及び設定根拠

対象			<mark>飽和透水係数</mark> (m/s)	根拠
保護土層	(上層)		2.84 × 10 ⁻⁵	文献より設定※1
保護土層	(下層)		1.04×10^{-4}	透水試験結果の最も透水係数が大きい結果より設定 ※1
フィルタ層			1.32 × 10 ⁻³	透水試験結果の算術平均値より設定※1
排水層			5.0×10^{-2}	透水試験結果より透水係数が小さくなるように設定※2
	低场业性产生	最も可能性が高い	8.64 × 10 ⁻¹⁵	HELP及び文献を参考にして設定
遮水シー	似迈小住復上上	最も厳しい	1.72 × 10 ⁻¹⁴	
۲-	基礎材上	最も可能性が高い	1.17 × 10 ⁻⁹	
		最も厳しい	1.60 × 10 ⁻⁹	
化活业性	湮 ∔	最も可能性が高い	1.0 × 10 ⁻¹⁰	設計値
14.25小注	复上	最も厳しい	2.0 × 10 ⁻¹⁰	廃棄物埋設地の状態設定を踏まえて設定
基礎材			1.22×10^{-4}	透水試験結果の算術平均値より設定※1
側部低透水性覆土			1.0 × 10 ⁻¹⁰	設計値
中間覆土			4.73×10^{-4}	透水試験結果の算術平均値より設定※1
地盤			3.23×10^{-4}	揚水試験結果より設定
基盤材			1.22×10^{-4}	透水試験結果の算術平均値より設定※1

※1:遮水シートまたは低透水性覆土よりも上の物性については、浸透流解析結果に大きな影響を及ぼすことは無いため、算術平均値等を用いることで解析結果への影響はない。 ※2:排水層は、透水係数が小さくなると、覆土外への排水量が低減されることになり、浸透量は多くなるため、透水試験結果から小さくなるように設定することで解析結果への影響はない。 ※3:廃棄物埋設地内の物性について、遮水シート及び低透水性覆土により低減された浸透水量の評価となるため、浸透流解析結果に大きな影響を及ぼすことは無いため、算術平均値等 を用いることで解析結果への影響はない。



【年間浸透水量の設定におけるエラーバーの考え方(3/3)】

第15表 浸透流解析の解析結果と年間浸透水量の設定値

	浸透流解析	の解析結果	年間浸透水	量の設定値
区分	遮水シートによる浸透水 低減を考慮する場合	遮水シートによる浸透水 低減を考慮しない場合	遮水シートによる浸透水 低減を考慮する場合	遮水シートによる浸透水 低減を考慮しない場合
		m ³ ∕(m²∙y)	
最も可能性が高い設定	0.002661	0.012390	3.0×10^{-3}	1.3×10^{-2}
最も厳しい設定	0.003920	0.022031	4.0×10^{-3}	2.3 × 10 ⁻²



【降水量のエラーバーの考え方(1/2)】

<u>降水量の設定</u>

- 降水量は、気温及び気候因子と相関がある。
- 気候因子の影響を排除すれば、気温と降水量の相関が 得られる。
- 気候因子の影響を排除するため、気候因子が敷地周辺 と類似した地点を下記のとおり選定する。
 - 気象庁のホームページから過去30年間(1991年~ 2020年)における63地点のデータを収集。
 - 廃棄物埋設地周辺の水戸地方気象台の観測地点と 地形的に大きく異なる地点を排除し、41地点を選定。
- 選定した41地点の年平均気温と年降水量の平年値を整理し(第16表),年平均気温と年降水量の関係を指数回帰式で表し(第7図),1,000年後の気温における降水量を算出。



第16表 廃棄物埋設地周辺と類似する気候



【降水量のエラーバーの考え方(2/2)】



第7図 廃棄物埋設地周辺と類似する気候因子を持つ地点の年平均気温と年降水量の関係

第17表 1,000年後の降水量

寒冷化ケ-	-ス	温暖期継続ケース		
最も可能性が高い設定	最も厳しい設定	最も可能性が高い設定	最も厳しい設定	
1,410(mm∕y)	1,110(mm∕y)	1,660(mm∕y)	2,080(mm∕y)	

<u>エラーバーの考え方</u>

- 降水量の設定に用いる「廃棄物埋設地周辺と類似する 気候因子を持つ地点の気温と降水量(第16表)」は、気 象庁のホームページより収集した平年値であり、利用 可能なエラーバーはないため、以下のとおり不確定性 を考慮して、降水量を設定している。
 - ✓気温と降水量の関係は土地固有のものであり、指数 回帰式により降水量は一義的に定まる。また、廃棄 物埋設地周辺の降水量は、指数回帰式(中央)付近 である。このため、廃棄物埋設地周辺の降水量は 「最も可能性が高い設定」程度と考えられる。
 - ✓「最も厳しい設定」については、廃棄物埋設地周辺の 状態設定としては考えられないものの、廃棄物埋設 地周辺と類似する気候因子を持つ41地点の平年値 を用いた指数回帰式(上側及び下側)に基づき設定 することにより、最大限の不確定性を考慮している。
 - ✓指数回帰線は平年値に基づいているため、短期の異常変動も踏まえて安定性・均質性が考慮されている。



<u>蒸発散量の設定</u>

- 年間浸透水量の設定に用いるため、蒸発散量を設定する。
- ソーンスウェイト法を用いて,廃棄物埋設地周辺と気候因子が類似した41地点の年平均気温と蒸発散量の関係式を得る(第8図)。
- この関係式にて、降水量の設定で用いた気温(17°C)を用いて、蒸発散量を設定する。



第18表 1,000年後の蒸発散量

温暖期継	続ケース
最も可能性が高い設定	最も厳しい設定
530(mm∕y)	530(mm∕y)

エラーバーの考え方

- 蒸発散量の設定に用いる「廃棄物埋設地周辺と類似する気候 因子を持つ地点の年平均気温と蒸発散量(第8図)」は、気象庁 のホームページより収集した年平均気温の平年値と、年平均 気温を用いてソーンスウェイト法に基づき算出した蒸発散量で あり、利用可能なエラーバーはないため、以下のとおり不確定 性を考慮して、蒸発散量を設定している。
 - ✓ 年間浸透水量の設定には降水量と蒸発散量を用いるが,降水量が支配的となる。このため,降水量の設定で用いた気温(17℃)を,蒸発散量の設定に用いており,気温の不確定性はない。
 - ✓ 蒸発散量の設定は、ソーンスウェイト法で算出される可能蒸 発散量を文献※に基づき0.6倍することで年間浸透水量が多 くなり、保守的な設定となっている。

※ 地域分析のための熱・水収支水文学,新井正,古今書店

目的外使用·複製·開示等禁止 2025.4 日本原子力発電株式会社

27



● 管理番号34の指摘を踏まえ、実施した分配係数取得試験の概要を示す。

分配係数取得試験の方法及び条件

- ✓ 分配係数取得試験は、固液混合試料による「本試験」と、液相のみの 「ブランク試験」を並行して実施した(第9図参照)。
- ✓ <u>分配係数取得試験の試験条件は,廃棄物埋設地及びその周辺環境を</u> 想定した適切な試験条件で実施した(第19表参照)。

|試料準備(固相及び液相)の詳細を以下に示す。

〇 固相

✓ 固相は、ボーリング調査において掘削されたボーリングコア試料から、 土壌試料を採取した。採取した土壌試料は、風乾処理を施した後に粉 砕し、2 mmのふるいでふるい分け、通過分を固相試料として用いた。

〇 液相

✓ 現地地下水:

採取した地下水を0.45 µmフィルタを用いてろ過を行ったもの。

✓ 水酸化カルシウム水溶液:

現地地下水に水酸化カルシウムを加えて0.023 mol/Iにしたもの。

✓ 人工海水:

潤滑油-さび止め性能試験方法(JIS K 2510)を参考に調製したもの。



第9図 分配係数取得試験のフロー



分配係数の算出

✓「ブランク試験」の液相の初期濃度C₀及び「本試験」後の液相 の濃度C_iを用いて以下の式を用いて分配係数を算出した。

$$K_d = \frac{V}{M} \cdot \frac{(C_0 - C_i)}{C_i} \times 10^{-3}$$

 K_d :分配係数(m³/kg)

- *V*:液相の体積(ml)
- M:固相の質量(乾燥質量)(g)
- C_0 :反応開始時の液相中の放射性核種初期濃度(Bq/ml)

 C_i :反応終了時の液相中の放射性核種濃度(Bq/ml)

- ✓ 分配係数の算出に際して、「本試験」後の液相の濃度C_iが検 出限界値未満の場合は検出限界値を用いて分配係数を算出 した。
- ✓「ブランク試験」後の液相の濃度C_i'を測定し、液相濃度の低下 が生じている場合は、フィルタ及び容器壁面への吸着の影響 が「本試験」に生じていないかを確認している。

第19表 分配係数取得試験の試験条件

項目	条件
固相	廃棄物埋設地付近の帯水層土壌(du層)
液相	 ・現地地下水 ・人工海水 ・水酸化カルシウム水溶液
核種*1	Co-60, Sr-85, Cs-137, Eu-152, Am-241 ^{**}
試験雰囲気	 現地地下水,人工海水:大気雰囲気 水酸化カルシウム水溶液 :脱炭酸雰囲気(調製,サンプリング時) :大気雰囲気(振とう,かくはん時)
試験温度	25℃(振とう・かくはん時)
固液比	10 ml/g(固相5 g, 液相50 ml)
浸せき期間	7日間
振とう方法	機械振とう(円振とう)

- ※1:廃止措置の開始後の評価の対象核種のうち、文献値から設定したH-3及び CI-36,不確実な要素があることから保守的に設定したC-14,化学的類似性 から設定したCa-41については、測定は実施していない。
- ※2:全αについては、核種選定において相対重要度が1%を超える核種はないため、 最も相対重要度が大きく、測定が容易なAm-241の試験結果を用いた。

管理番号32 C2:廃棄物層の金属腐食(放射性廃棄物と浸透水の反応)(1/2)

● 管理番号32の指摘を踏まえ、本施設の対象核種の酸化還元反応に対する感度を確認して影響を整理する。

✓ 廃棄物層の金属腐食(放射性廃棄物と浸透水の反応)による影響評価を以下に示す。 注)指摘を踏まえて記載を変更した箇所は青字で示す。

第535回核燃料施設等の新規制基準適合性に係る審査会合 (審査日:2024/10/28)	再整理後の影響評価
埋設トレンチ内の酸化還元環境は、金属腐食によって還元的とな ることが想定されるが、還元雰囲気下の分配係数は、酸化雰囲気 下と比較して大きな値となる傾向がある。被ばく線量の評価にお	埋設トレンチ内の酸化還元環境は、金属腐食によって酸化還元 電位(Eh)が変動し、収着性に影響を与える可能性があるが、本 施設における廃止措置の開始後の評価の対象核種の元素につ
いては、収着分配係数は小さい値に設定したほうが保守的な設 定となり、本影響は非保守的な設定への影響であることから、影響事象として考慮しない。	いては、EhーpH図 ⁽¹⁾ より、各元素の価数は酸化還元の影響を 受けにくく、酸化還元に対する感度が小さいと考えられることから、 影響事象として考慮しない。

- ✓ 本施設の対象核種の酸化還元反応に対する感度は、「Eh-pH図アトラス 熱力学データベースの相互比較」⁽¹⁾のEh-pH図により 確認した(第10図参照)。
- ✓ Eh-pH図により酸化還元反応に対する感度を確認した元素は、C, Cl, Ca, Co, Sr, Cs, Eu, Amである。
- ✓ 図の縦軸が酸化還元電位(Eh)であるが,酸化還元反応により,酸化還元電位(Eh)に変動があったとしても,価数が変化する元素はほぼなく,酸化還元反応による感度が小さいと判断した(第10図参照)。なお,廃止措置の開始後の評価において,H-3, C-14及びCI-36は,分配係数を0に設定している。
- ✓ 文献⁽¹⁾に掲載されている7つのデータベースから作成された図のうち、第10図では基本的にJNC-TDB^{※1}/GWB^{※2}から作成された図を用いている(EuのみHATCHES^{※1}/FLASK-AQ^{※2})が、他のデータベースから作成された図においても、同様の整理となる。

※1:データベース名

※2:使用ソフトウェア名

(1) 竹野直人(2005): Eh-pH図アトラス 熱力学データベースの相互比較, 地質調査総合センター研究資料集No.419







- 管理番号26の指摘を踏まえ,帯水層に含まれる地下水コロイドを追加した。その上で,管理番号33の指摘を踏まえ,コロイド生成による収 着性への影響は,比較的分配係数が高く,コロイド生成による分配係数の影響が顕著となるCs−137を対象に実施したコロイド確認試験 の結果から判断することとした。
- ✓ 以下に影響評価を示し、コロイド確認試験の内容についてはP33からP35に示す。

注)指摘を踏まえて記載を変更した箇所は青字で示す。

第535回核燃料施設等の新規制基準適合性に係る審査会合 (審査日:2024/10/28)	再整理後の影響評価
金属腐食に伴う鉄酸化物及び鉄水酸化コロイドの生成による放射性物質の移動挙動の変化やベントナイト混合土のモンモリロナイト成分等を起源とした浸透水との反応によるコロイド生成が収着性に影響を与える可能性がある。 地下水移行において被ばく線量寄与の大きい放射性物質のうち,H-3,Cl-36については収着性を期待せず,C-14についても保守的に収着性を期待していないことから,影響事象として考慮しない。 また,地下水中にベントナイトコロイドが分散するには、10 ⁻⁵ m/s~10 ⁻⁴ m/sの地下水流速が必要とされているが、10 ⁻⁵ m/sより低流速条件下においてもベントナイトコロイドの生成が確認されており、流速の低下にともなって、生成されるコロイド量も減少する傾向であるとされている。本施設では低透水性土層及び側部低透水性覆土の透水係数を1.0×10 ⁻¹⁰ m/sと設定しており、埋設トレンチ内を流下する浸透水の流れは極めて遅いことに加え、本施設のベントナイト混合土の内側は不飽和であり、ベントナイトコロイドは地下水中に分散し難いことから、影響事象として考慮しない。	金属腐食に伴う鉄酸化物及び鉄水酸化コロイドの生成による放射性物質の移 動挙動の変化やベントナイト混合土のモンモリロナイト成分等を起源とした浸透 水との反応によるコロイド生成 ^{×1} 及び帯水層に含まれる地下水コロイド ^{×2} が収 着性に影響を与える可能性がある。 比較的分配係数が高く、コロイド生成による分配係数の影響が顕著となる Cs-137を対象にコロイド確認試験を実施した結果から、コロイドの生成による 核種移行への影響は小さいと考えられる。加えて、本施設は、地下水面より上 に位置し、上部と側部はベントナイト混合土を設置することから内側には降雨 等の浸入はわずかな不飽和土壌であるため、生成したコロイドは地下水中に分 散し難いと考えられる。 また、一般的に海水では液相中でのコロイド濃度が低下する傾向である ⁽¹⁾ と考 えられることから、海水を考慮しても影響は小さいと考えられる。 以上のことから、バリア材料中でのコロイド生成は影響事象として考慮しない。

※1:地下水中にベントナイトコロイドが分散するには、10⁻⁵ m/s~10⁻⁴ m/sの地下水流速が必要とされている。ただし、10⁻⁵ m/sより低流速条件下において もベントナイトコロイドの生成が確認されているが、流速の低下にともなって、生成されるコロイド量も減少する傾向であるとされている。本施設では低透水性 覆土及び側部低透水性覆土の透水係数を1.0×10⁻¹⁰ m/sと設定しており、埋設トレンチ内を流下する浸透水の流れは極めて遅い。 ※2: 天然の地下水中にもともと存在するコロイド粒子で、無機分子、有機分子及び微生物等から構成される。

(1) 岩田・喜田(1998): 土のコロイド現象の基礎と応用(その1) ー 今, 何故, コロイド科学なのか – , 農業土木学会誌 第66巻 第1号



コロイド確認試験の概要

- ✓ コロイド確認試験のフローを第11図,試験条件を第20表に示す。
- ✓ 試料準備(固相及び液相)の詳細を以下に示す。
- ✓ 固相は、du層の土壌とした。ボーリング調査において掘削されたボーリングコア 試料から、土壌試料を採取した。採取した土壌試料は、風乾処理を施した後に 粉砕し、2 mmのふるいでふるい分けを行い、通過分を固相試料として用いた。
- ✓ 液相は現地土壌平衡水,水酸化カルシウム水溶液,現地地下水を用いた。
- ✓ 現地土壌平衡水は、純水(JIS K 0557に規定されたA-3レベル以上の水)と対象 固相を試験の固液比(10 ml/g)で混合し、1昼夜振とう・かくはんした後に0.45 μmフィルタでろ過したもの。
- ✓ 水酸化カルシウム水溶液は、現地土壌平衡水に水酸化カルシウムを加えて
 0.023 mol / lとしたもの。
- ✓ 現地地下水は,廃棄物埋設地内に設置している地下水採水ボーリング孔より 採水した地下水を,0.45 μmフィルタでろ過したもの。
- ✓ 試験に用いる液相は、注入前に成分分析を実施した(第21表参照)。





項目 条件 現地土壌 水酸化 現地 試験方法 バッチ試験 バッチ試験 項目 現地土壌 カルシウム 現地 団相 du@ 水溶液 水溶液 1							
試験方法 バッチ試験 項目 ブルシウム ブルシウム 団相 du@	項目	条件		現地十撞	水酸化	現地	
周相のない。	試験方法	バッチ試験	項目	平衡水	カルシウム	地下水	
	固相	du層			小浴液		
液相※1 現地土壌平衡水,水酸化カルシウム水溶液,現地地下水 PH(一) 6.55 12.56 8.01	液相 ^{※1}	現地土壌平衡水、水酸化カルシウム水溶液、現地地下水	pH(-)	6.55	12.56	8.01	
核種 ^{※2} Cs-137 酸化還元電位(V) ^{※1} 0.15 -0.12 0.15	核種 ^{※2}	Cs-137	酸化還元電位(V) ^{※1}	0.15	-0.12	0.15	
試験雰囲気 大気雰囲気 ていたい たいしん たい	試験雰囲気	大気雰囲気	電気伝導率(S/m)	0.00	0.70	0.04	
試験温度 25°C 水温(°C) 22.2 23.6 24.3	試験温度	25°C	水温(°C)	22.2	23.6	24.3	
固液比 10 ml/g(固相5 g,液相50 ml) ※1:酸化還元電位は,飽和カロメル電極を用いた測定値を示す。	固液比	10 ml/g(固相5 g, 液相50 ml)	※1:酸化還元電位は, 飽和た	コロメル電極を用いた	と測定値を示す。		
浸せき期間 7日間 7日間 7日間 7日間 7日間 7日間 7日間 7日間 7日間 7日	浸せき期間	7日間					
振とう方法 機械振とう(円振とう)	振とう方法	機械振とう(円振とう)					

第20表 試験条件

第21表 液相の成分分析結果

※1:現地土壤平衡水及び現地地下水を用いるのは、両方の測定結果を比較し、実験水の影響を確認することを目的としている。

※2:ホット試験で実施。



第22表 コロイド確認試験結果

										冻 扣※1	固相	分配係数	(m³∕kg)	a / h_	
1000												0.45 <i>μ</i> mろ過後(a)	限外ろ過後(b)	u / 10	
(Bq/1		Ø	Ø	Ø	Ø	Ø	Ø	Ø	Ø			0.298	0.303	0.98	
■ 100	-									現地土壌 平衡水		0.278	0.270	1.03	
Cs-13	 ◆反応i □反応i 	前 後(0.45μm)	フィルタでそ	5過)								0.340	0.340	1.00	
10	●反応行	後(分画分子	全量10,0000	の限外ろ過ご	フィルタでそ	。過)				水酸化		0.161	0.166	0.97	
	 新水(1)	 新水(2)	新 水(3)	シウム (1)	シウム (2)	シウム (3)	下水(1)	下水(2)	下水(3)	カルシウム	du層	0.149	0.155	0.96	
	横 平 (壤平	「壤平(化カル水溶液	代カル水浴液	代力/J 水溶液	見地地-	見也也-	見地地-	水溶液	水溶液		0.142	0.149	0.95
	現地土	現地山	現地上	が感	大殿	水感了	Ħ)	Ħ)	ΞŢ)			0.246	0.243	1.01	
		석	<u>५</u> १०छि	ゴニヽ	, 万= +■	经红田				現地地下水		0.232	0.238	0.97	
		牙)) _	ノン記場	厌而不						0.224	0.224	1.00	
	※1:現地土壌平衡水及び現地地下水の測定結果は,最大でも約1.5倍の差であったことから,実験水の影響は小 さいと考えられる														

- ✓ ブランク試験において放射性核種濃度の低下は確認されなかったこと(第12図参照)から、反応容器等への吸着及び沈殿は生じていないと判断した。
- ✓ コロイド確認試験における0.45µmフィルタろ過後のろ液の放射能濃度から算出した分配係数と限外ろ過後のろ液の放射能濃度から算出した分配係数を比較した(第22表参照)。いずれも両者は同等の分配係数となったことから, 本施設付近の土壌においては, コロイドの 生成による収着性への影響は小さいと考えられる。

管理番号38「C5:バリア材料中の有機物」と「C6:バリア材料中の微生物」(1/2)

C5:バリア材料中の有機物

- 管理番号38の指摘を踏まえ、「C5:バリア材料中の有機物」の影響評価の記載を拡充した。
- ✓ 廃棄物起源の有機物は、埋設する放射性廃棄物が金属類及びコンクリート類であることから考慮不要であるが、コンクリートブロックをこん包するためのプラスチックシートに用いるポリエチレン等がある。
- ✓ 天然起源の有機物は、地下水中に有機物及びその分解生成物が存在する可能性がある。
- ✓ バリア材料中の有機物による影響評価を以下に示す。

注)指摘を踏まえて記載を変更した箇所は青字で示す。

第535回核燃料施設等の新規制基準適合性に係る審査会合 (審査日:2024/10/28)	再整理後の影響評価
埋設トレンチ内に含まれる有機物は、主にプラスチックシートに用い るポリエチレン等であり、固相として存在する有機物が放射性物質 を収着する媒体として核種移行を遅延する可能性がある。一方で、 有機物及びその分解生成物が浸透水中に存在する場合には、放射 性物質と錯体を形成し、収着性に影響する可能性がある。有機物の 影響が大きいものとして挙げられるものは、主に遷移元素及びα核 種であるが、これらの放射性物質は被ばく線量寄与が小さいことか ら、影響事象として考慮しない。	埋設トレンチ内に含まれる有機物は、主にプラスチックシートに用い るポリエチレン等であり、固相として存在する有機物が放射性物質 を収着する媒体として核種移行を遅延する可能性がある。また、有 機物及びその分解生成物が地下水中に存在する場合には、放射性 物質と錯体を形成し、収着性に影響する可能性があるが、現地土壌 及び現地地下水を用いた分配係数取得試験を実施しているため影 響は包含されることから、影響事象として考慮しない。なお、有機物 の影響が大きいものとして挙げられるものは、主に遷移元素及びα 核種であるが、これらの放射性物質は被ばく線量寄与が小さい。

✓ 人工海水を液相とした場合,現地地下水を用いていないため,試験結果に有機物の影響が包含されていないと考えられる。

✓ しかしながら、まず、最も可能性が高い状態の分配係数の設定の妥当性を、国際的な文献の設定値と比較して、同等又は保守的になっていることを確認していること、最も厳しい状態の設定では、人工海水の影響を加えた上で、さらに1桁下げた設定にしていることから、線量評価に用いる設定値としては保守的な設定であると考えている。

デーデー 管理番号38「C5:バリア材料中の有機物」と「C6:バリア材料中の微生物」(2/2)

C6:バリア材料中の微生物

- 管理番号38の指摘を踏まえ、「C6:バリア材料中の微生物」の影響評価の記載を拡充した。
- ✓ 微生物影響については、微生物の活動によって、有機物が無機化することで収着性が低下することが考えられる。
- ✓ 管理番号38の指摘のうち, 微生物がAmの分配係数に与える影響に関しては, 研究が実施されてきた地層処分における微生物の 影響を調査することで有益な情報の有無を確認できると考え, 過去の研究成果が取りまとめられているウェブサイト^{※1, ※2}を調査範 囲として文献調査を実施した。その結果, 調査範囲においては微生物がAmの収着性に与える影響を明確に示すものはなかった。 なお, Amを含む試験結果から分配係数を設定した核種については, 廃棄物埋設地及びその周辺環境を想定した適切な試験条件 で取得した試験結果を用いていることから, 微生物の影響は試験結果に包含されていると考えている。
- ✓ バリア材料中の微生物による影響評価を以下に示す。
- ※1: CoolRep(JAEAが開発した知識マネジメントシステム)のうち、「CoolRepR4カーネル」の「2.2.6 微生物の影響」
- ※2:資源エネルギー庁が取りまとめている高レベル放射性廃棄物・TRU廃棄物地層処分関係の報告書
 注)指摘を踏まえて記載を変更した箇所は青字で示す。

第535回核燃料施設等の新規制基準適合性に係る審査会合 (審査日:2024/10/28)	再整理後の影響評価
廃棄物埋設地近傍に存在する微生物の活動によって,有機物が無 機化し,収着性が低下することが考えられる。 無機化によって影響を受けるC-14の収着性については,保守的に 収着分配係数を0と設定しており,微生物の影響を考慮しても収着 性は変わらないことから,影響事象として考慮しない。	廃棄物埋設地近傍に存在する微生物の活動によって、有機物が無 機化し、収着性が低下することが考えられる。 無機化によって影響を受けるC-14の収着性については、保守的に 収着分配係数を0と設定しており、微生物の影響を考慮しても収着 性は変わらない。また、現地土壌及び現地地下水を用いた分配係 数取得試験を実施しているため影響は包含されることから、影響事 象として考慮しない。

✓ 人工海水を液相とした場合,現地地下水を用いていないため,試験結果に微生物の影響が包含されていないと考えられる。

✓ しかしながら、まず、最も可能性が高い状態の分配係数の設定の妥当性を、国際的な文献の設定値と比較して、同等又は保守的になっていることを確認していること、最も厳しい状態の設定では、人工海水の影響を加えた上で、さらに1桁下げた設定にしていることから、線量評価に用いる設定値としては保守的な設定であると考えている。

ディング 管理番号37 線量評価パラメータ設定としての合理性(1/2)

- 管理番号37の指摘を踏まえ、収着分配係数設定値の合理性について説明を追記する。
- ✓ 第二種埋設許可基準規則の解釈では、最も可能性が高いシナリオにおいては、「人工バリア及び天然バリアの状態に 係るパラメータは、最も可能性が高い設定とする。」ことが要求されている。また、最も厳しいシナリオにおいては、「人工 バリア及び天然バリアの状態に係るパラメータは、科学的に合理的な範囲における組み合わせのうち最も厳しい設定と する。」ことが要求されている。
- ✓ 一般的に収着性がある核種については, 廃棄物埋設地及びその周辺環境を想定した適切な試験条件で実施した試験 で取得した試験データを用いて, 線量評価パラメータとしての収着分配係数を設定することが合理的と考えている。なお, 一般的に非収着性とされているH-3及びCI-36並びに不確実な要素があるC-14については, 0で設定することが合 理的であると考えている。
- ✓ 最も可能性が高い設定の収着分配係数については, IAEA TRS No. 364⁽¹⁾等の海外文献で示されている値と比較すると, 同等又は保守的に設定されていることから, 線量評価パラメータの設定として妥当なものであると判断した。
- ✓ 最も厳しい設定の収着分配係数については、設定に用いている試験データに現地起源の影響は包含されていると考えられるものの、明確に把握できていない影響要因があることも想定して、影響事象を考慮した試験結果を含めた上での最も小さい値から、さらに1桁小さくした設定することで妥当であると考えている。さらに、統計的なばらつきについて、分配係数取得試験の結果から95%信頼区間の下限値を有効数字2桁で四捨五入して求め、最も可能性が高い自然事象シナリオにおける設定値の10分の1倍と比較することで、1桁小さくする設定の妥当性を確認した。その結果、いずれの最も厳しい自然事象シナリオの設定値も95%信頼区間の下限値及び試験結果を下回る設定値であり、統計的なばらつきを考慮しても、保守的な設定である(第13図参照)。

(1) International Atomic Energy Agency (1994) : Handbook of Parameter Values for the Prediction of Radionuclide Transfer in Temperate Environments, IAEA TECHNICAL REPORTS SERIES No.364

最も厳しい 自然事象の 3.0×10^{-3} 3.0×10^{-4} 3.0×10^{-2} 3.0×10^{-2} 1.0×10^{-2} 1.0×10^{-2}

Eu-152

Eu-154

◆地下水(幾何平均)

▲人工海水 (幾何平均)

最も厳しい設定

分配係数 (m³/kg)

Cs-137

	埋設地	設定値					
	内土砂	95%信頼区 間の下限値	3.85 $\times 10^{-2}$	3.75 $\times 10^{-3}$	1.19×10^{-1}	$1.51 \times 10^{\circ}$	4.00×10 ⁻¹
	帯水層 土壌	最も厳しい 自然事象の 設定値	1.0×10^{-3}	3.0×10^{-5}	1.0×10^{-3}	3.0×10^{-2}	1.0×10^{-2}
		95%信頼区 間の下限値	1.83×10^{-2}	3.70×10 ⁻⁴	9. 26×10^{-3}	2.66×10 ⁻²	5. 77 $\times 10^{-2}$
	通気層 土壌	最も厳しい 自然事象の 設定値	1.0×10^{-3}	3.0×10^{-5}	1.0×10^{-3}	3.0×10^{-2}	1.0×10^{-2}
		95%信頼区 間の下限値	1.83×10^{-2}	3.70×10 ⁻⁴	9.26 \times 10 ⁻³	2.66×10 ⁻²	5.77 $\times 10^{-2}$

帯水層土壌

Cs-137 Eu-152 Am-241

Sr-85

管理番号37

Co-60

項目

分配係数(m³/kg)

Co-60 Sr-85

1.0E+01

1.0E+00

1.0E-01

1.0E-02

1.0E-03

1.0E-04

1.0E-05







第13図 95%信頼区間の下限値※1及び試験結果との比較

線量評価パラメータ設定としての合理性(2/2)

目的外使用·複製·開示等禁止 2025.4 日本原子力発電株式会社

3<u>9</u>



- 管理番号35の指摘を踏まえ,設定値の1桁目が1又は3で設 定している処理の説明を追記した。
- ✓ 第23表及び第24表に各媒体における分配係数の試験結果の採用値を示す。
- ✓ 最も可能性が高い自然事象シナリオの評価に用いる収着分配係数は、第23表の採用値を1桁目が1又は3になるように小さい方に丸めた値を設定した。
- ✓ 最も厳しい自然事象シナリオの評価に用いる収着分配係数 は、第24表の採用値を10分の1倍し、1桁目が1又は3になる ように小さい方に丸めた値を設定した。
- ✓ 設定値の設定の際の丸め方については、現在の方法の他に は、例えば、試験結果の採用値を有効数字2桁となるように 切り下げて設定する方法が考えられる。しかし、最も可能性 が高い自然事象シナリオの設定値として、より保守的設定と なるように考え、有効数字1桁となるように切り下げて設定を 行うことを考えた。また、収着分配係数は、試験条件が変わ れば桁で変わる可能性がある設定値であることから、対数軸 で示すことを考えた場合、二捨三入の対数丸めを行うことも できると考えた。保守的設定の場合、二捨三入では保守的な 設定にならない部分があるため、3×10[×]未満を1に切り下げ、 1×10^{x+1}~3×10^xを3×10^xに切り下げるという丸め方を採 用した。なお、クリアランスレベルの設定の中では(IAEA (2005)⁽¹⁾では、対数丸めとして二捨三入が使われている例 もある。今回の設定については、丸め方に一般性はないもの の、保守的設定となっていることから設定自体は問題ないも のと考える。

第23表 各媒体における分配係数の試験結果の採用値 (最も可能性が高い自然事象)

做什	Co-60	Sr—85	Cs-137	Eu—152	Am-241
朱1 平			m ³ ∕kg		
埋設地内土砂	4.2×10^{-2}	3.9 × 10 ^{−3}	5.3×10^{-1}	9.7 × 10 ^{−1}	2.6×10^{-1}
帯水層土壌	3.9×10^{-1}	8.1 × 10 ⁻³	5.3 × 10 ⁻¹	9.7 × 10 ^{−1}	2.6×10^{-1}
通気層土壌	4.2×10^{-2}	3.9×10^{-3}	5.3×10^{-1}	9.7 × 10 ⁻¹	2.6×10^{-1}

第24表 各媒体における分配係数の試験結果の採用値 (最も厳しい自然事象)

媒体	Co-60	Sr-85	Cs-137	Eu-152	Am-241
	m ³ ∕kg				
埋設地内土砂	4.2 × 10 ⁻²	3.9×10 ⁻³	5.3 × 10 ⁻¹	9.7 × 10 ⁻¹	2.6×10^{-1}
帯水層土壌	2.0 × 10 ⁻²	3.9×10^{-4}	1.0×10^{-2}	9.7 × 10 ⁻¹	2.6×10^{-1}
通気層土壌	2.0×10^{-2}	3.9×10^{-4}	1.0×10^{-2}	9.7 × 10 ⁻¹	2.6×10^{-1}

(1) International Atomic Energy Agency (2005) : Derivation of Activity Concentration Values for Exclusion, Exemption and Clearance, Safety Reports Series No.44



- ✓ EuとAmの分配係数は線量評価パラメータとしては、Eu:0.3 m³/kg、Am:0.1 m³/kgと設定している。また、分配係数取得試験は第 25表で示す結果(平均値)となっており、EuとAmの分配係数は3倍~4倍異なっている。なお、EuとAmの分配係数は、試験結果におけ る反応後の放射能濃度が、検出限界以下となっていることから、分配係数を検出限界値から算出した値が含まれる。
- ✓ まず, JAEA-SDBからEuとAmの分配係数データを調査した。次に調査したデータのうち,加藤・梁瀬(1993)⁽¹⁾で示される同一固相及 び同一液相を対象とした試験結果を確認すると,分配係数は粗砂では同程度,細砂では1桁程度異なる結果となっていた(第14図参照)。
- ✓ なお、本文献で用いられた土壌は本施設近傍で採取された土壌を用いている。また、本文献で用いられた地下水は本施設周辺のEh及 びpHの範囲内で、かつ、本施設周辺の地下水と同じ重炭酸カルシウム型である。
- ✓ EuとAmの分配係数が近い値になるものから1桁程度異なるものもあり、条件の変動によって容易に変化するものと推測される。したがって、本施設のEu及びAmの分配係数は、一般的な両者の相違と著しく異なるものではないと考えられる。

法 坦久ル	F	Eu	Am		Am
液相苯并	m ³ ∕kg		Eu⁄ Am		
水酸化カルシウム	幾何平均	1.5 × 10 ⁰	4.0×10^{-1}	3.75	Sr
水溶液	算術平均	1.5 × 10 ⁰	4.0×10^{-1}	3.75	
現地地下水	幾何平均	9.7×10^{-1}	2.6×10^{-1}	3.73	Ca -
	算術平均	1.1 × 10 ⁰	3.2×10^{-1}	3.43	CI IB
して海北	幾何平均	1.3 × 10 ⁰	4.0×10^{-1}	3.25	0
人上海水	算術平均	1.4 × 10 ⁰	4.0×10^{-1}	3.50	第14[

第25表 液相ごとの試験結果(平均値)



(1)加藤·梁瀬(1993):海岸土壌及びコンクリート粉に対するコンクリート廃棄物中放射性核種の分配係数, JAERI-M 93-113

技術的能力審査指針の項目	許可段階での確認事項	保安規定段階での確認事項
1. 組織	設計及び工事並びに運転及び保守を適確 に遂行するに足りる,役割分担が明確化さ れた組織を適切に構築する方針が示されて いること。	 本施設の保安規定において、以下の事項が規定されていること。 除安に関する組織及び職務に関する事項が規定されていること。 委員会の設置及び組織並びに審議事項に関する事項が規定されていること。 廃棄物取扱主任者の選任及び職務等に関する事項が規定されていること。 異常時等の体制の整備に関する事項が規定されていること。
2. 技術者の確保	設計及び工事並びに運転及び保守を行うために必要となる専門知識及び技術・技能を 有する技術者を適切に確保する方針が示さ れていること。	本施設の保安規定において, 品質マネジメ ント文書として, 力量確保に関する規程が整 備されていること。
3. 経験	第二種廃棄物埋設事業に係る同等又は類 似の施設の設計及び工事並びに運転及び 保守の経験が十分に具備されているか、又 は経験を獲得する方針が適切に示されてい ること。	本施設の保安規定において, 品質マネジメ ント文書として, 力量確保に関する規程が整 備されていること。

デーデー 管理番号43 事業許可段階と保安規定段階での確認項目の整理(2/2)

技術的能力審査指針の項目	許可段階での確認事項	保安規定段階での確認事項
4. 品質保証	設計及び工事並びに運転及び保守を適確 に遂行するために必要な品質保証活動を行 う体制が適切に構築される方針が示されて いること。	本施設の保安規定において, 品質保証に関 する事項が規定されていること。
5. 教育•訓練	確保した技術者に対し、その専門知識及び 技術・技能を維持・向上させるための教育・ 訓練を行う方針であることが示されているこ と。	本施設の保安規定において,保安教育に関 する事項が規定されていること。
6. 有資格者等の選任・配置	第二種廃棄物埋設事業の遂行に際し法又 は法に基づく規則により有資格者等の選任 が必要となる場合,その職務が適切に遂行 できるよう配置する方針が示されていること。	本施設の保安規定において, 廃棄物取扱 主任者の選任及び職務等に関する事項が 規定されていること。

参考資料 分配係数取得試験の補足(1/6)

● 管理番号34の指摘を踏まえ,実施した分配係数取得試験の概要を示す。

分配係数取得試験の方法及び条件

- ✓ 分配係数取得試験は、固液混合試料による「本試験」及び液相のみの「ブランク試験」を並行して実施した。
- ✓「本試験」及び「ブランク試験」の試験フローを補一第1図に示す。
- ✓ 後述するように、液相に水酸化カルシウム水溶液を用いたCo−60の「ブランク試験」及び「本試験」では、反応容器壁面への吸着の 影響確認を目的に、容器の酸洗浄を実施した。また、沈殿の影響を確認するために、7日間の浸漬期間の後に試料を分取する際に、 ろ過する試料及びろ過しない試料を分取し、ろ過前後での液相の放射性核種濃度を測定した。
- ✓ また, Eu-152及びAm-241の「本試験」では,7日間の浸漬期間の後にろ過により固相を分取し,固相を直接測定することで固相に収着している放射性核種量を把握した。
- ✓ 分配係数取得試験の試験条件は、廃棄物埋設地及びその周辺環境を想定した適切な試験条件で実施した(補一第1表参照)。

|試料準備(固相及び液相)の詳細を以下に示す。

〇 固相

- ✓ ボーリング調査において掘削されたボーリングコア試料から、土壌試料を採取した。採取した土壌試料は、風乾処理を施した後に粉砕し、2 mmのふるいでふるい分け、通過分を固相試料として用いた。
- 〇 液相
- ✓ 現地地下水:

採取した地下水を0.45μmフィルタを用いてろ過を行ったもの。

✓ 水酸化カルシウム水溶液:

現地地下水に水酸化カルシウムを加えて0.023 mol/Iにしたもの。

✓ 人工海水:

潤滑油-さび止め性能試験方法(JIS K 2510)を参考に調製したもの。



参考資料 分配係数取得試験の補足(2/6)



参考資料 分配係数取得試験の補足(3/6)

ブランク試験結果

- ✓ 本試験及びブランク試験の実施に際し,予察試験を行い,濃度低下が生じる場合は,添加する放射性水溶液の濃度を調整した。
- ✓ ブランク試験の結果を補一第2図に示す。
- ✓ <u>Co-60については現地地下水及び人工海水で, Sr-85及びCs-137については全ての水溶液で液相中の放射能濃度の低下が確認されなかった</u>ことから,反応容器等への吸着及び沈殿はなかったと判断した。なお, <u>Co-60については水酸化カルシウム水溶液で, Eu -152及びAm-241についてはほぼ全ての水溶液で,液相中の放射能濃度の低下が確認され,反応容器等への吸着及び沈殿の可能</u>性があった。
- ✓ Co-60の水酸化カルシウム水溶液について、反応容器等への吸着及び沈殿の影響を確認するため、反応容器の酸洗浄及びろ過前の 放射性核種濃度を測定した。測定結果は本試験の結果に合わせて示す。







参考資料 分配係数取得試験の補足(5/6)

本試験結果

- 〇「ブランク試験」において液相中の放射性核種濃度の低下が確認されなかった核種
- ✓「ブランク試験」の結果、反応後の液相中の放射性核種濃度の低下が確認されなかった核種(Co-60のうち現地地下水及び人工海水, Sr-90, Cs-137)については、「ブランク試験」の液相の初期濃度C₀及び「本試験」後の液相の濃度C_iを用いて分配係数を算出した。
- 〇「ブランク試験」において液相中の放射性核種濃度の低下が確認された核種
- ✓ Co-60(水酸化カルシウム水溶液)については、反応容器への核種の吸着を確認するため、「ブランク試験」及び「本試験」の反応容器の酸洗浄を実施した。その結果、「ブランク試験」では核種が回収されたが「本試験」では核種の回収がなかったことから、「本試験」では反応容器への核種の吸着は生じていないと判断した。
- ✓ <u>また, 沈殿を確認するため,「本試験」及び「ブランク試験」のろ過前後の液相濃度を比較した。その結果,「ブランク試験」ではろ過の前後</u> で液相濃度に差が生じているのに対して,「本試験」ではろ過前後で液相濃度に差が生じていないことから,「本試験」では沈殿は生じて いないと判断した。
- ✓ したがって、Co-60(水酸化カルシウム水溶液)については、「ブランク試験」の液相の初期濃度C₀及び「本試験」後の液相の濃度Ciを用 いて分配係数を算出した。
- ✓ Eu-152及びAm-241については、「本試験」における大部分の反応後濃度が検出限界以下であり、沈殿及び容器吸着の確認が困難なため、固液を分離し、固相への収着放射能量の直接測定を行った。その結果、添加したEu-152又はAm-241のほとんどが固相に収着していることを確認したため、沈殿及び容器への吸着の影響は小さいと判断し、「ブランク試験」の液相の初期濃度C₀ 及び「本試験」後の液相の濃度Ciとして検出限界値を用いて分配係数を算出した。
- ✓ なお、JAEA収着データベースにおいて、固相条件がSandstoneで検索を行い、高pHの液相条件のCo及びAmのデータを確認した結果、 Co⁽¹⁾は本試験の結果と比較して同等、Am⁽²⁾は本試験の結果と比較して大きな値となっていることを確認した。

(1)武部慎一,山本忠利(1988):⁶⁰Coの砂質土壌への吸着に関する研究

⁽²⁾ G M N BASTON, et al. (1995) : SORPTION OF PLUTONIUM AND AMERICIUM ON REPOSITORY, BACKFILL AND GEOLOGICAL MATERIALS RELEVANT TO THE JNFL LOW-LEVEL RADIOACTIVE WASTE REPOSITORY AT ROKKASHO=MURA



- ○「本試験」ではろ過前後での放射性核種濃度の差が生じなかったが、「ブランク試験」では生じていたため、「ブランク試験」での濃度 差が「本試験」でも生じたと仮定した場合の影響を確認した。
- ✓ Co-60は、ブランク試験のろ過前後における放射性核種濃度の差が沈殿により生じていると仮定し、本試験の反応後の放射性核種 濃度に加えた場合の収着分配係数を算出すると補一第2表のとおりとなる。
- ✓ 廃止措置の開始後の評価に用いる設定値と沈殿を仮定した幾何平均値を比較すると,桁は同じである。
- ✓ 幾何平均値の方が値は小さくなるものの、Co-60は廃止措置の開始後の評価における核種移行評価の最大被ばく線量に寄与する 核種ではないことから被ばく線量への影響は小さい。

固相	液相	分配係数(m ³ ∕kg)		
地層		Co-60	Co-60沈殿考慮	設定値
du	水酸化Ca水溶液	4.0×10^{-2}	2.4×10^{-2}	3.0 × 10 ^{−2}
		4.5×10^{-2}	2.7 × 10 ⁻²	
		4.2 × 10 ⁻²	2.5 × 10 ⁻²	
試験結果の幾何平均		4.2×10^{-2}	2.5×10^{-2}	
試験結果の算術平均		4.2 × 10 ⁻²	2.5×10 ⁻²	

補一第2表 Colcおける沈殿を過程した分配係数の算出結果

- ✓ Eu-152及びAm-241は、反応後の放射性核種濃度が検出限界未満であることから、Co-60と同様な仮定を置いた評価は実施できない。ただし、現地地下水の結果では、反応後の放射性核種濃度が測定できているデータがあり、収着していることは確認できている。高pH条件では、沈殿が生じる可能性はあるが、沈殿が生じた場合は、埋設環境下においては、放射性核種の移動しにくい状態になると考えられる。
- ✓ また, Eu-152及びAm-241は廃止措置の開始後の評価における核種移行評価の最大被ばく線量に寄与する核種ではないことから被ばく線量への影響は小さい。