

島根原子力発電所 2号炉 審査資料	
資料番号	EP-067 改 07
提出年月日	令和 2 年 7 月 3 日

## 島根原子力発電所 2号炉

### 放射性固体廃棄物の固化材の変更について

令和 2 年 7 月

中国電力株式会社

本資料のうち、枠囲みの内容は機密に係る事項のため公開できません。

## <目次>

1. 変更の目的及び概要
2. 原子炉設置変更許可申請書の変更概要
3. 固体廃棄物処理系の概要
4. ドラム詰装置の変更概要
5. 固化材の変更による放射性廃棄物の貯蔵及び貯蔵保管への影響について
6. 固化材の変更による放射線業務従事者が受ける放射線量について
7. 変更に係る規則への適合性について

添付 1　島根原子力発電所 2 号炉　放射性固体廃棄物の固化材の変更に伴う条文  
整理表

添付 2　設置許可基準規則第 28 条への適合性

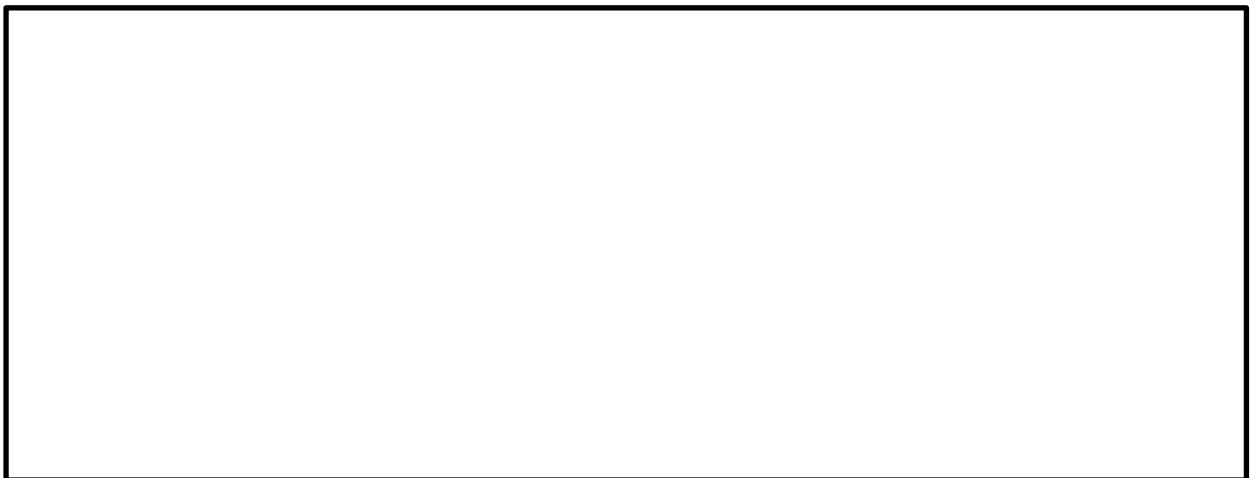
## 1. 変更の目的及び概要

島根原子力発電所 2 号炉の濃縮廃液、フィルタ・スラッジ等は、ドラム詰装置にて固化材と混合しドラム缶内に固化したのち貯蔵保管している。現在使用している固化材は可燃性の「プラスチック（不飽和ポリエステル樹脂）」であるため、固化材タンクで火災が発生した場合、建物への影響並びに可搬型設備のアクセスルート及び重大事故等時の現場作業場所へ影響を与える。

固化材タンク、アクセスルート及び重大事故等時の現場作業場所を第 1-1 図に示す。

このため、外部火災への防護対策や重大事故等時の現場作業場所への影響の観点から可燃性の固化材の使用を中止し、固化材をセメントに変更する。

また、固化材の変更に伴い、復水系、液体廃棄物処理系の使用済樹脂、フィルタ・スラッジについては、ドラム詰装置を用いた処理は行わないこととし、全量焼却処理する。原子炉浄化系、燃料プール冷却系の使用済樹脂、フィルタ・スラッジについては、放射能濃度が高く、現行の埋設センターでは受入れできないことから、当面は貯蔵タンクでの貯蔵とする。



第 1-1 図 固化材タンク、アクセスルート及び重大事故等時の現場作業場所

本資料のうち、枠囲みの内容は機密に係る事項のため公開できません。

## 2. 原子炉設置変更許可申請書の変更概要

原子炉設置変更許可申請書(昭和58年9月22日)(以下、「既設置変更許可」という。)本文及び添付書類八に記載しているドラム詰装置の固化材を「プラスチック」から「セメント」に変更するとともに、復水系、液体廃棄物処理系の使用済樹脂及びフィルタ・スラッジ並びに原子炉浄化系、燃料プール冷却系の使用済樹脂及びフィルタ・スラッジの処理方法を変更する。

## 3. 固体廃棄物処理系の概要

固体廃棄物処理系は、濃縮廃液タンク、ランドリ・ドレン濃縮廃液タンク、樹脂貯蔵タンク、スラッジ貯蔵タンク、ドラム詰装置、雑固体廃棄物焼却設備、雑固体廃棄物処理設備、減容機、サイトバンカ、固体廃棄物貯蔵所等で構成する。

濃縮廃液は、ドラム詰装置で固化材(セメント)と混合してドラム缶内で固化させる。

固体廃棄物処理系の主要仕様を第3-1表、ドラム詰装置の固化材変更前後の固体廃棄物処理系系統概要図を第3-1図に示す。

第3-1表 固体廃棄物処理系主要仕様

### (1) タンク

名 称	基数	容量 (m <sup>3</sup> ／基)	材 料
濃縮廃液タンク (既設) *	3	約 60	炭素鋼 (樹脂ライニング)
ランドリ・ドレン濃縮廃液タンク (既設) *	1	約 13	ステンレス鋼
原子炉浄化系樹脂貯蔵タンク (既設) *	1	約 270	ステンレス鋼
	1	約 250	ステンレス鋼
原子炉浄化系スラッジ貯蔵タンク (既設)	1	約 140	ステンレス鋼
復水系樹脂貯蔵タンク (既設) *	1	約 250	ステンレス鋼
復水系スラッジ貯蔵タンク (既設) *	2	約 270	ステンレス鋼
	1	約 250	ステンレス鋼
復水ろ過脱塩装置逆洗水受タンク (既設)	1	約 60	ステンレス鋼
機器ドレンろ過脱塩装置逆洗水受タンク (既設)	1	約 18	ステンレス鋼
復水スラッジ分離タンク (既設) *	2	約 108	ステンレス鋼
機器ドレン・スラッジ分離タンク (既設) *	1	約 108	ステンレス鋼

\* 1号及び2号炉共用

(2) ドラム詰装置（1号及び2号炉共用）

形 式 セメント固化式  
基 数 1

(3) 雜固体廃棄物焼却設備（1号、2号及び3号炉共用、既設）

形 式 円筒豎形自然セラミック・フィルタ式  
基 数 1  
容 量 約  $2.5 \times 10^6$ kJ/h  
 $\left. \begin{array}{l} \text{ポリエチレン約 } 55\text{kg/h} \\ \text{紙 約 } 140\text{kg/h} \\ \text{又は樹脂約 } 85\text{kg/h 相当} \end{array} \right\}$

サイトバンカ建物排気口（雑固体廃棄物処理設備と共に）

位 置 サイトバンカ建物  
高 さ 約 24m（地上高）

(4) 雜固体廃棄物処理設備（1号、2号及び3号炉共用、既設）

形 式 高周波誘導加熱セラミック・フィルタ式  
基 数 1  
容 量 ドラム缶約 2,300 本相当／年  
(約 12 時間／日、約 220 日／年運転時)

(5) 減容機（1号及び2号炉共用、既設）

基 数 2

(6) サイトバンカ貯蔵プール（1号、2号及び3号炉共用、既設）

構 造 鉄筋コンクリート製ステンレス鋼ライニング  
基 数 1  
容 量 約  $2,200\text{m}^3$

(7) 固体廃棄物移送容器（1号、2号及び3号炉共用、既設）

基 数 1  
容 量 約  $4\text{ m}^3$

(8) 固体廃棄物貯蔵所（1号、2号及び3号炉共用、既設）

a. A棟

位	置	発電所敷地内
貯 蔵 能 力		約 4,500 本相当 (200ℓ ドラム缶)
構 造		鉄筋コンクリート造 (平屋建)
面 積		約 800m <sup>2</sup>

b. B棟

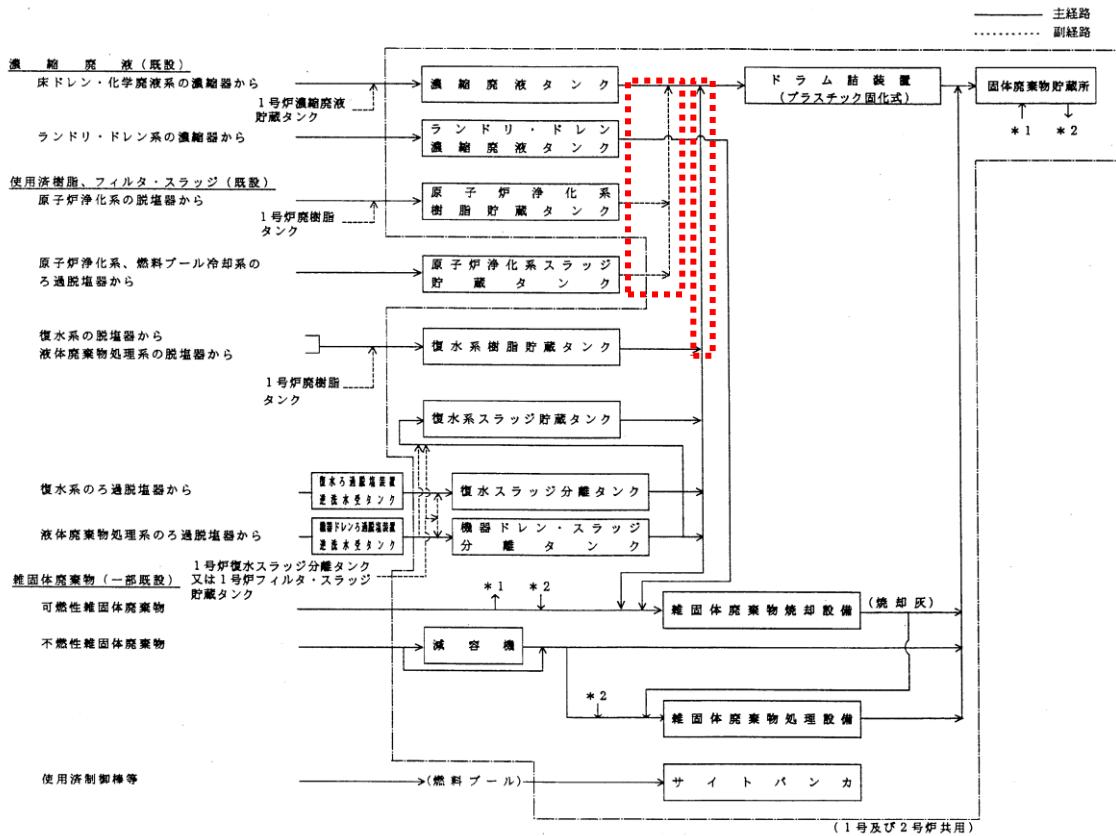
位	置	発電所敷地内
貯 蔵 能 力		約 13,000 本相当 (200ℓ ドラム缶)
構 造		鉄筋コンクリート造 (二階建)
面 積		延 約 2,200m <sup>2</sup>

c. C棟

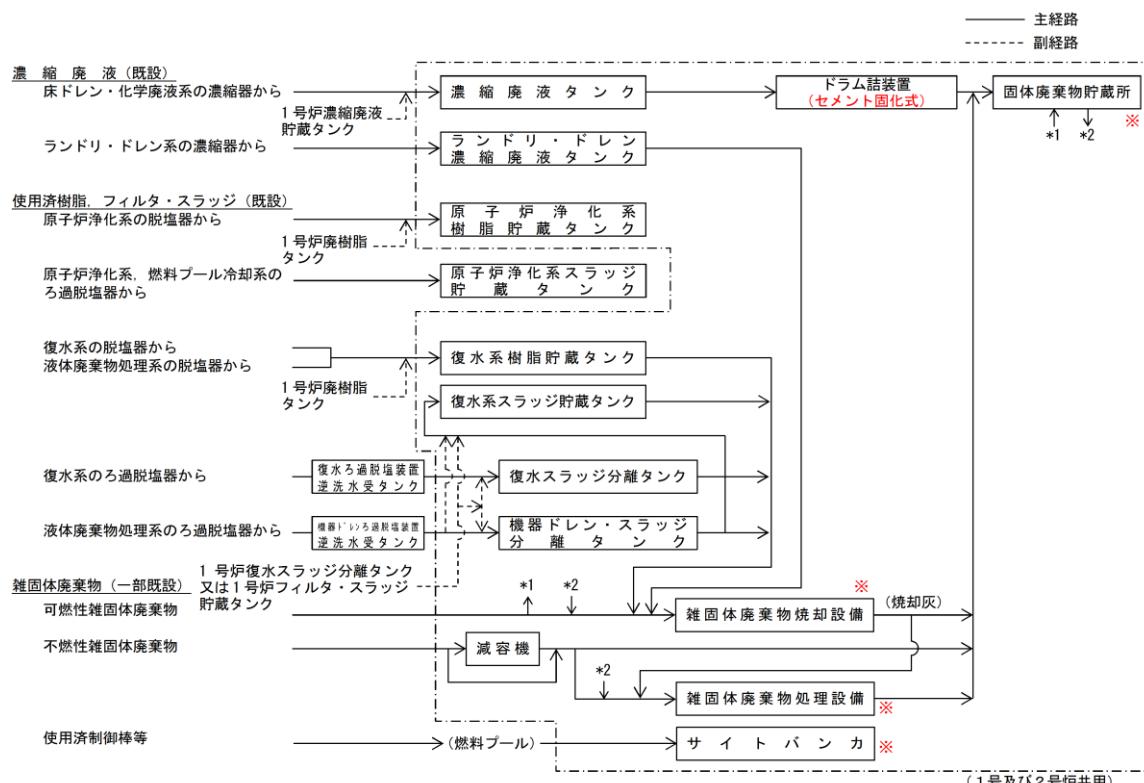
位	置	発電所敷地内
貯 蔵 能 力		約 18,000 本相当 (200ℓ ドラム缶)
構 造		鉄筋コンクリート造 (二階建)
面 積		延 約 2,900m <sup>2</sup>

d. D棟

位	置	発電所敷地内
貯 蔵 能 力		約 10,000 本相当 (200ℓ ドラム缶)
構 造		鉄筋コンクリート造 (平屋建)
面 積		約 1,700m <sup>2</sup>



(変更前)



※：1号、2号及び3号炉共用

(変更後)

第3-1図 固体廃棄物処理系 系統概要図

#### 4. ドラム詰装置の変更概要

濃縮廃液を固化するために廃棄物処理建物に設置したドラム詰装置の固化材を「プラスチック」から「セメント」に変更することに伴い、ドラム詰装置のうちプラスチック固化に関する機器等を撤去し、セメント固化専用の機器等を追設する。プラスチック固化に関する機器等の撤去に伴い発生する放射性廃棄物は、固体廃棄物貯蔵所に貯蔵保管できる線量と考えられることから、ドラム缶に収納し、固体廃棄物貯蔵所で貯蔵保管する。

なお、既設の乾燥機、粉体供給機及び粉体貯槽については、放射性廃棄物の減容性を考慮し、濃縮廃液を乾燥粉体としてプラスチック固化処理する際に使用してきたが、現状の濃縮廃液の発生量を踏まえると、固化材をセメントに変更した後は、濃縮廃液を直接固化処理する方法としても適切に貯蔵保管することができるため、閉止板により隔離し、休止設備とする。

将来、ドラム缶の発生量等を考慮し、濃縮廃液を粉体化する方法が必要となつた場合は、乾燥機、粉体供給機及び粉体貯槽を流用する。

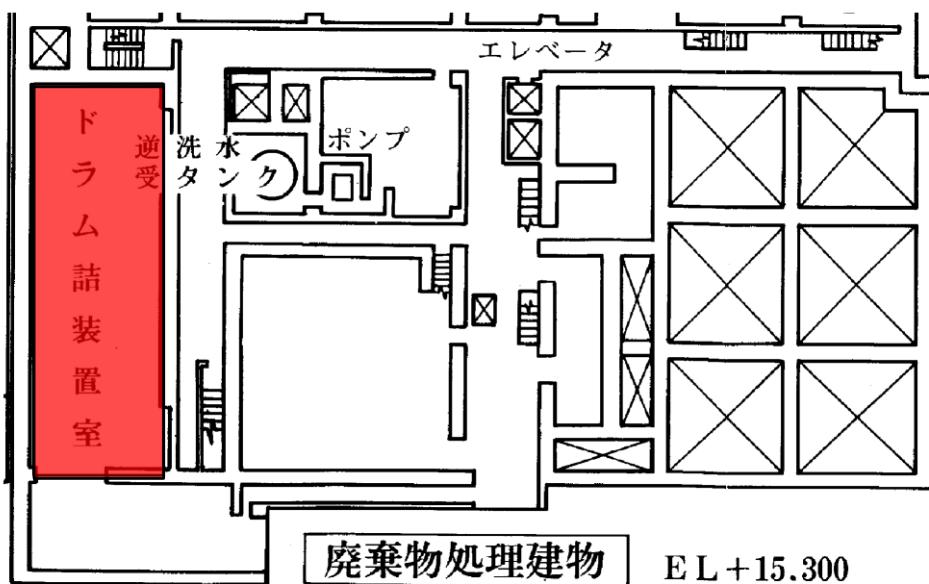
ドラム詰装置の設置場所を第4-1図に示す。

ドラム詰装置の固化材変更後の濃縮廃液の処理方法は、乾燥機供給タンクから濃縮廃液計量タンクを通して供給される濃縮廃液と固化材計量ホッパからセメント供給機を通して供給される固化材（セメント）をドラム缶内で攪拌し、固化する。固化処理については、対象廃液の分析結果をもとに作製した模擬廃液により、セメント固化処理の成立性を確認している。

ただし、原子炉浄化系及び燃料プール冷却系の使用済樹脂及びフィルタ・スラッジは、処分施設の廃棄体に係る技術上の基準が検討されている状況であること、復水系、液体廃棄物処理系の使用済樹脂及びフィルタ・スラッジは、減容の観点から全量焼却処理していることから、これらについてセメント固化処理の成立性確認は実施していない。従って、今回の固化材変更にあたっては、ドラム詰装置による処理経路を第3-1図のとおり削除する。

なお、固化材は変更となるが「発電用軽水型原子炉施設の安全機能の重要度分類に関する審査指針」に基づく重要度分類については、「放射性物質の貯蔵機能（PS-3）」より変更はない。また、1号及び2号炉共用から変更はない。

固化材変更後のドラム詰装置の仕様を第4-1表、ドラム詰装置概略系統図を第4-2図に示す。



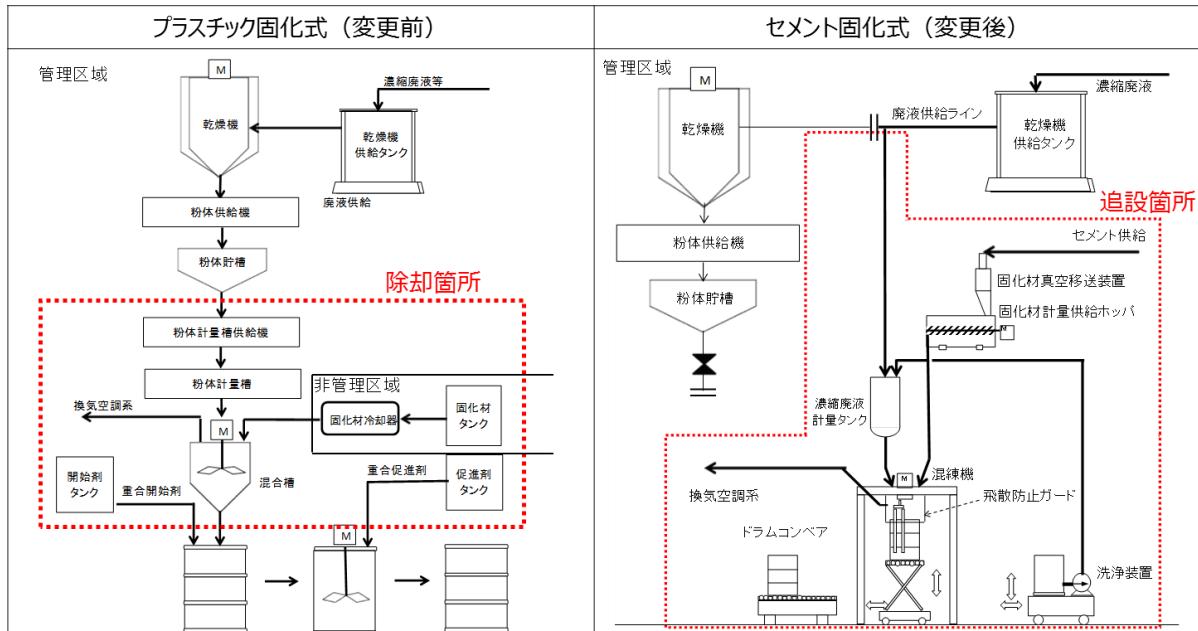
第4-1図 ドラム詰装置の設置場所

第4-1表 ドラム詰装置の仕様

項目	仕様
型式	セメント固化式 <sup>※1</sup>
基数	1
搅拌方式	インドラム方式 <sup>※2</sup>

※1 セメント固化する放射性廃棄物は、濃縮廃液である。濃縮廃液は、「床ドレン・化学廃液系」と「ランドリ・ドレン系」に分かれる。「ランドリ・ドレン系」の濃縮廃液は焼却するため、「床ドレン・化学廃液系」の濃縮廃液をセメント固化の対象とする。対象廃液の分析結果をもとに模擬廃液を作製し、セメント固化の成立性を確認している。

※2 搅拌方式は、インドラム方式を採用する。搅拌方式には、インドラム方式とアウトドラム方式がある。インドラム方式は、セメント固化体の発生量が増加するが、設備が簡素で保守性に優れるメリットがある。



第4-2図 ドラム詰装置概略系統図

ドラム詰装置の固化材変更に伴う床ドレン・化学廃液系の濃縮器から発生する濃縮廃液の発生量及びドラム詰装置で固化材(セメント)と混合し固化したドラム缶の発生量を第4-2表に示す。

第4-2表 濃縮廃液及びドラム缶の発生量

種類	発生量	推定根拠
濃縮廃液	約 55m <sup>3</sup> /年	・今回は固化材の変更であり、濃縮廃液発生に係る部分の変更はないため、濃縮廃液発生量に変更なし
ドラム缶	約 500 本/年	・ドラム缶 1 本あたりの充填量約 140ℓ/本 (年間あたり約 400 本製作) ・洗浄廃液のドラム缶を 4 本あたり 1 本製作 (年間あたり約 100 本製作)

## 5. 固化材の変更による放射性廃棄物の貯蔵及び貯蔵保管への影響について

ドラム詰装置の固化材を「プラスチック」から「セメント」へ変更した後も、放射性廃棄物を適切にタンクへの貯蔵及び貯蔵所への貯蔵保管できることを以下のとおり確認した。

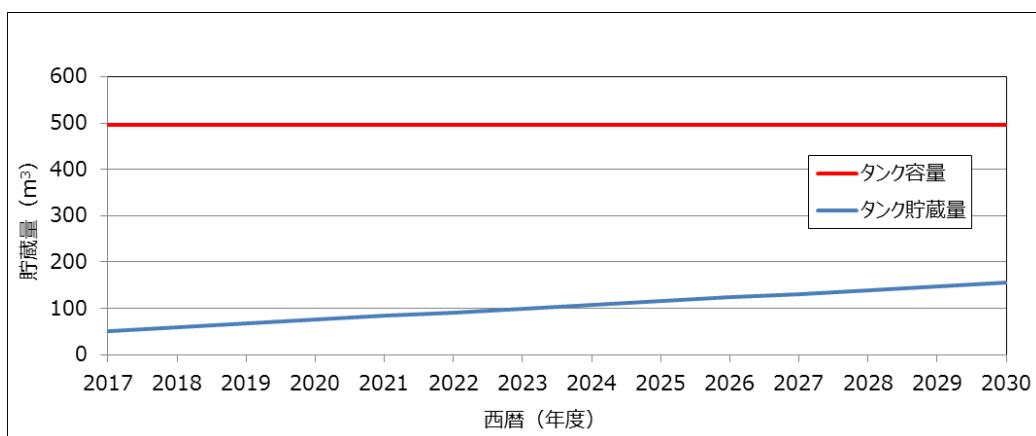
### (1) 原子炉浄化系から発生する使用済樹脂

原子炉浄化系から発生する使用済樹脂は、性能劣化に応じて交換する際に発生し、原子炉浄化系樹脂貯蔵タンクに貯蔵する。

原子炉浄化系から発生する使用済樹脂は、放射能濃度が比較的高く、処理方

法及び処分施設の検討がなされているところであるため、「核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律第51条の2の規定に基づき廃棄の事業の許可を受けた者の中深度処分施設」への搬出が必要になる時期までに、処分施設の設計に応じて処理方法を確立し、処理設備を設置する。

このことから、処理設備を設置するまで貯蔵タンクにおいて貯蔵する必要があるが、今後、 $8\text{ m}^3/\text{年}$ （既設置変更許可記載値）で発生するものとした場合、タンク容量を考慮すると第5-1図のとおり余裕があり、当面の間、貯蔵が可能である。



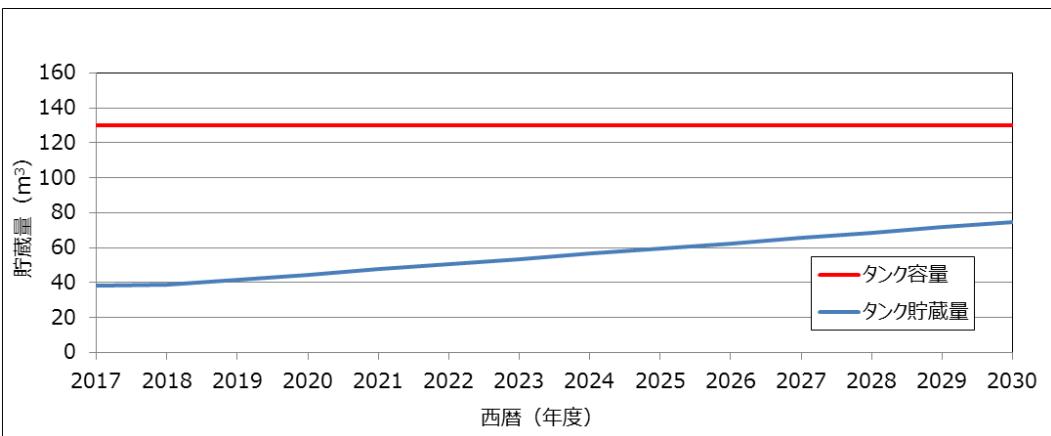
第5-1図 原子炉浄化系樹脂貯蔵タンクの貯蔵量推移予測

## (2) 原子炉浄化系、燃料プール冷却系から発生するフィルタ・スラッジ

原子炉浄化系、燃料プール冷却系から発生するフィルタ・スラッジは、性能劣化に応じて交換する際に発生し、原子炉浄化系スラッジ貯蔵タンクに貯蔵する。

原子炉浄化系、燃料プール冷却系から発生するフィルタ・スラッジは、放射能濃度が比較的高く、処理方法及び処分施設の検討がなされているところであるため、「核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律第51条の2の規定に基づき廃棄の事業の許可を受けた者の中深度処分施設」への搬出が必要になる時期までに、処分施設の設計に応じて、処理方法を確立し、処理設備を設置する。

このことから、処理設備を設置するまで貯蔵タンクにおいて貯蔵する必要があるが、今後、原子炉浄化系から $2\text{ m}^3/\text{年}$ 、燃料プール冷却系からは $1\text{ m}^3/\text{年}$ （既設置変更許可記載値）で発生するものとした場合、タンク容量を考慮すると第5-2図のとおり余裕があり、当面の間、貯蔵が可能である。



第 5-2 図 原子炉浄化系スラッジ貯蔵タンクの貯蔵量推移予測

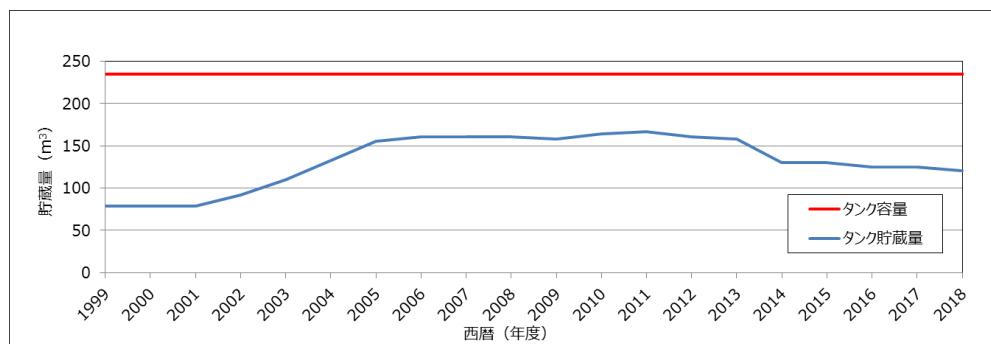
(3) 復水系及び液体廃棄物処理系の脱塩器から発生する使用済樹脂及びろ過脱塩器から発生するフィルタ・スラッジ

復水系及び液体廃棄物処理系の脱塩器から発生する使用済樹脂及びろ過脱塩器から発生するフィルタ・スラッジは、発生量の約 5 年分の容量を有するタンクに一定期間貯蔵した後、雑固体廃棄物焼却設備で焼却する。

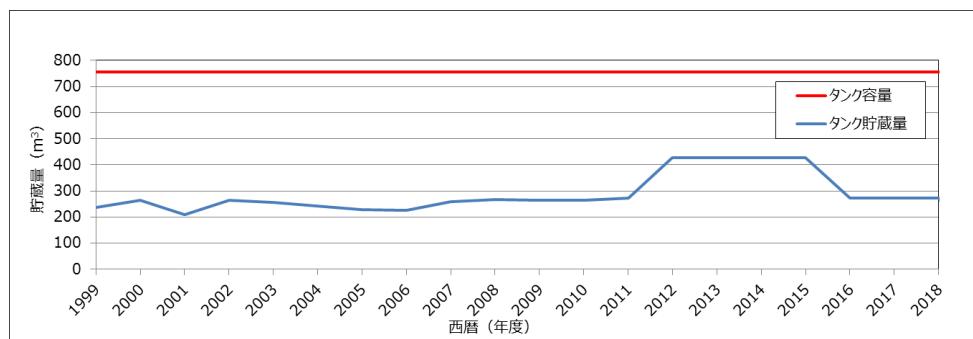
各タンクの貯蔵量推移実績を第 5-3 図～第 5-6 図に示す。

雑固体廃棄物焼却設備は、使用済樹脂等の発生量、現行貯蔵容量に対して十分な処理容量を保有している。

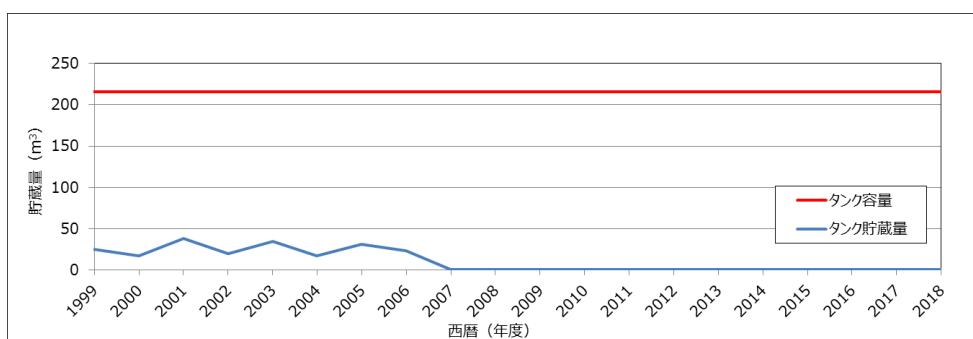
また、焼却灰はドラム缶に詰めて固体廃棄物貯蔵所に貯蔵保管するか、又は雑固体廃棄物処理設備で溶融した後、ドラム缶内にモルタル固化して貯蔵保管するが、雑固体廃棄物の焼却処理、溶融処理により、放射性廃棄物の貯蔵保管量の低減を図る。なお、固体廃棄物貯蔵所（貯蔵保管容量約 45,500 本（200L ドラム缶相当））は、十分な容量を有している。（第 5-7 図参照）



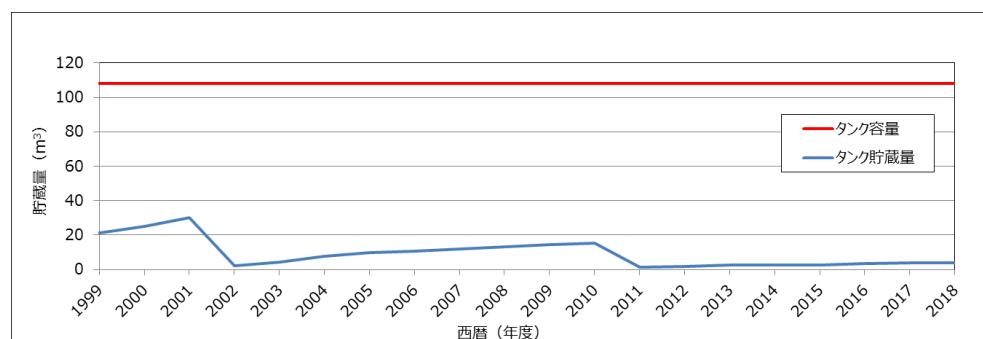
第 5-3 図 復水系樹脂貯蔵タンクの貯蔵量推移実績



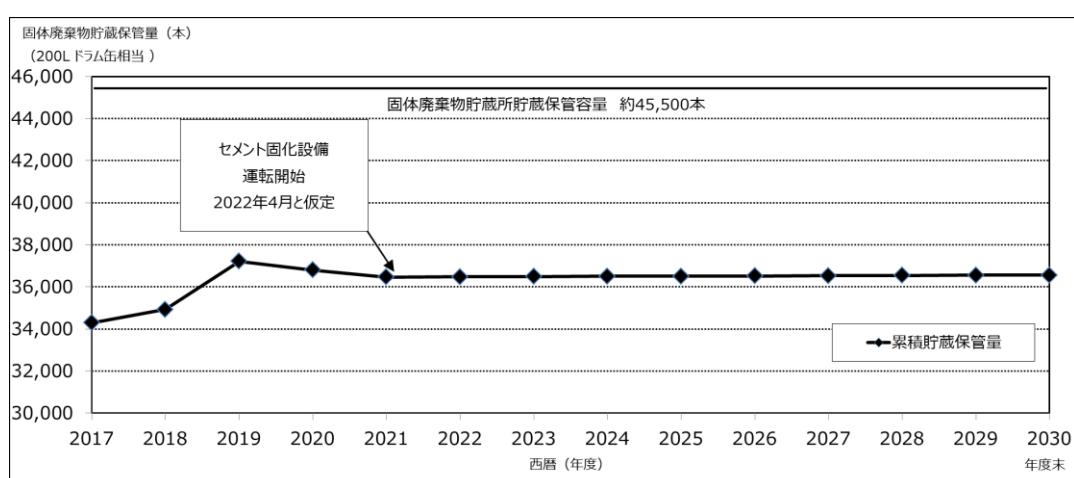
第5-4図 復水系スラッジ貯蔵タンクの貯蔵量推移実績



第5-5図 復水スラッジ分離タンクの貯蔵量推移実績



第5-6図 機器ドレン・スラッジ分離タンクの貯蔵量推移実績



第5-7図 固体廃棄物貯蔵所の保管量推移予測

#### (4) 濃縮廃液

濃縮廃液の処理は固化材をセメントに変更した後も継続して実施し、固体廃棄物貯蔵所へ貯蔵保管する。

また、濃縮廃液の推定発生量約  $55\text{m}^3/\text{年}$  を固化するとセメント固化体約 500 本／年となるが、固化材をセメントに変更した後のドラム詰装置では約 1,000 本／年以上の処理が可能であり、1 年分の発生量を十分に処理することができる。

固化材の変更に伴い、濃縮廃液の処理によるドラム缶の発生本数は増加する（約 80 本／年→約 500 本／年）が、雑固体廃棄物の焼却処理、溶融処理により、放射性廃棄物の貯蔵保管量の低減を図るとともに、低レベル放射性廃棄物埋設センターへの搬出により、固体廃棄物貯蔵所（貯蔵保管容量約 45,500 本（200L ドラム缶相当））において放射性廃棄物を適切に貯蔵保管することができる。（第 5-7 図参照）

#### (5) ドラム詰装置のうちプラスチック固化に関する機器等の撤去に伴い発生する放射性廃棄物

ドラム詰装置のうちプラスチック固化に関する機器等の撤去箇所を第 4-2 図に示す。撤去に伴い発生する放射性廃棄物は、固体廃棄物貯蔵所に貯蔵保管できる線量と考えられることから、ドラム缶に収納し、固体廃棄物貯蔵所に貯蔵保管する。撤去に伴いドラム缶約 80 本の放射性廃棄物が発生するが、雑固体廃棄物の焼却処理、溶融処理により、放射性廃棄物の貯蔵保管量の低減を図るとともに、低レベル放射性廃棄物埋設センターへの搬出により、固体廃棄物貯蔵所（貯蔵保管容量約 45,500 本（200L ドラム缶相当））において放射性廃棄物を適切に貯蔵保管することができる。（第 5-7 図参照）

### 6. 固化材の変更による放射線業務従事者が受けける放射線量について

固化体製作時における放射線業務従事者が放射線を受ける作業は、主にドラム缶を輸送用トラックに積み付けるタイミングである。積み付けするドラム缶はセメント固化方式により 5 倍に増加するが、第 6-1 表のとおり表面線量当量率が  $1/5$  に低下するため、作業に伴い放射線業務従事者が受けける線量はほぼ同じである。

固化方式の違いによる濃縮廃液の放射能濃度を第 6-1 表に示す。

第 6-1 表 固化方式の違いによる濃縮廃液の放射能濃度

固化 方式	ドラム缶 発生量	濃縮廃液 発生量	放射能 濃度* <sup>2</sup>	放射能量		表面線量 当量率* <sup>4</sup>	被ばく 線量* <sup>5</sup>
	本/年	m <sup>3</sup> /年	Bq/cm <sup>3</sup>	Bq* <sup>3</sup>	Bq/本	μ Sv/h	μ Sv
プラス チック	80	55	3.8E+04	2.1E+12	2.6E+10	4.0E+03	1.6E+05
セメ ント	400* <sup>1</sup>				5.3E+09	8.1E+02	1.6E+05

\* 1 : 洗浄廃液の発生量（100 本）は、放射能濃度が低く被ばく線量に影響を与えないため、評価対象外とした。

\* 2 : 遮蔽設計上の放射能濃度

\* 3 : 放射能濃度 × 濃縮廃液発生量

\* 4 : 表面線量当量率は簡易評価により計算

表面線量当量率 = 放射能量 (Bq/本) × 実効線量率定数 ÷ ドラム缶表面積 (約 2m<sup>2</sup>)

(実効線量率定数 : 0.305 μSv · m<sup>2</sup> · MBq<sup>-1</sup> · h<sup>-1</sup>) (Co-60) 【出典 : アイソトープ手帳 11 版】)

\* 5 : 被ばく線量は距離による低減効果を見込まずに表面線量当量率に 1 本あたりの積み付け作業時間（約 0.5h/本）を乗じて計算

## 7. 変更に係る規則への適合性について

ドラム詰装置の固化材変更に伴う設置許可基準規則での関係条文を整理した結果を第 7-1 表に示す。

第7-1表 設置許可基準規則での関係条文

条文	設計方針	適合性
第四条 [地震による損傷の防止]	地震力に十分に耐えるよう、耐震重要度Bクラスの濃縮廃液計量タンク及び混練機を設置。	現在申請中の新規制基準適合性審査における方針に従い、設計、設置することにより設置許可基準規則への適合を図る。
第八条 [火災による損傷の防止]	火災により安全性が損なわれないよう、火災の発生防止、早期の火災感知及び消火を行うための設備を設置。	
第九条 [溢水による損傷の防止]	溢水時に安全機能を損なわないよう、また放射性物質を含む液体を管理区域外へ漏えいさせないよう、ドラム詰装置及び配管の破損を考慮し、堰等を設置。	
第十条 [誤操作の防止]	誤操作の防止及び容易に操作できるよう、現場に操作盤の設置及び計量操作を自動化し、誤操作を防止。	
第十二条 [安全施設]	安全機能の重要度に応じた安全機能の確保及び1号炉との共用による安全性を損なわない設計。	
第二十七条 [放射性廃棄物の処理施設]	<p>ドラム詰装置は、漏えい防止もしくは散逸し難いものとするために、次の事項を考慮した設計。</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>・適切な材料を使用するとともに、タンク水位の検出器、インターロック回路を設ける。</li> <li>・ドレン管等の系外へ開放口を持つものは、閉止キャップ等を施すが、使用頻度が多い場合、ドレンをファンネル等へ導く構造とする。</li> <li>・タンク水位等の警報は、廃棄物処理建物の制御室に表示し、異常を確実に運転員に伝え処置がとれるものとする。</li> <li>・空気作動弁、電磁弁等は、空気源、電源喪失を考慮し、原則としてフェールセーフとする。</li> <li>・ドラム詰装置は独立した区画内に設ける。</li> </ul>	

条文	設計方針	適合性
第二十八条 [放射性廃棄物の貯蔵施設]	<p>発電用原子炉施設から発生する放射性固体廃棄物について、発生量及び搬出量を考慮して、放射性固体廃棄物の貯蔵管理を行うとともに、次の事項を考慮した設計。</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>・放射性廃棄物が漏えいし難いものとする。</li> <li>・固体状の放射性廃棄物による汚染が広がらないものとする。</li> </ul>	現在申請中の新規制基準適合性審査における方針に従い、設計、設置することにより設置許可基準規則への適合を図る。
第三十条 [放射線からの放射線業務従事者の防護]	<p>放射線業務従事者の受けける線量を合理的に達成できる限り低減できるように、遮蔽、機器の配置、放射性物質の漏えい防止等、所要の放射線防護上の措置を講じた設計とする。</p> <p>また、操作盤は、放射線レベルの低い場所に設置し、遠隔操作が可能なように設計する。</p>	

以 上

島根原子力発電所 2 号炉  
放射性固体廃棄物の固化材の変更に伴う条文整理表

島根 2 号炉の放射性固体廃棄物の処理に係る固化材の変更に伴い、設置許可基準規則の各条文との関係について、下表に整理結果を示す。

【凡例】 ○：関係条文  
×：関係なし

設置許可基準規則 条文		関係性	備考
第 1 条	適用範囲	×	適用範囲を示したものであり、要求事項ではないことから、関係条文ではない。
第 2 条	定義	×	用語の定義であり、要求事項ではないことから、関係条文ではない。
第 3 条	設計基準対象施設の地盤	×	発電用原子炉施設全体に係る要求事項であるが、固化材の変更に伴う変更はないことから、関係条文ではない。
第 4 条	地震による損傷の防止	○*	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を耐震に関する設計方針に基づき設置する必要があることから、適用対象である。
第 5 条	津波による損傷の防止	×	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を設置するが、安全機能の重要度は PS-3 であり、代替手段があること等により、原子炉施設の安全性に影響しないことから、関係条文ではない。
第 6 条	外部からの衝撃による損傷の防止	×	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を設置するが、安全機能の重要度は PS-3 であり、代替手段があること等により、原子炉施設の安全性に影響しないことから、関係条文ではない。
第 7 条	発電用原子炉施設への人の不法な侵入等の防止	×	発電用原子炉施設全体に係る要求事項であるが、固化材の変更に伴う変更はないことから、関係条文ではない。
第 8 条	火災による損傷の防止	○*	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を火災に関する設計方針に基づき設置する必要があることから、適用対象である。
第 9 条	溢水による損傷の防止等	○*	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を溢水に関する設計方針に基づき設置する必要があることから、適用対象である。
第 10 条	誤操作の防止	○*	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を誤操作の防止に関する設計方針に基づき設置する必要があることから、適用対象である。
第 11 条	安全避難通路等	×	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を設置するが、安全避難通路等に変更はないことから、関係条文ではない。
第 12 条	安全施設	○*	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を安全施設に関する設計方針（共用等）に基づき設置する必要があることから、適用対象である。

設置許可基準規則 条文		関係性	備考
第 13 条	運転時の異常な過渡変化及び設計基準事故の拡大の防止	×	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を設置するが、運転時の異常な過渡変化及び設計基準事故の拡大の防止に該当しないことから、関係条文ではない。
第 14 条	全交流動力電源喪失対策設備	×	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を設置するが、全交流動力電源喪失対策設備に該当しないことから、関係条文ではない。
第 15 条	炉心等	×	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を設置するが、炉心等に該当しないことから、関係条文ではない。
第 16 条	燃料体等の取扱施設及び貯蔵施設	×	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を設置するが、燃料体等の取扱施設及び貯蔵施設に該当しないことから、関係条文ではない。
第 17 条	原子炉冷却材圧力バウンダリ	×	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を設置するが、原子炉冷却材圧力バウンダリに該当しないことから、関係条文ではない。
第 18 条	蒸気タービン	×	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を設置するが、蒸気タービンに該当しないことから、関係条文ではない。
第 19 条	非常用炉心冷却設備	×	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を設置するが、非常用炉心冷却設備に該当しないことから、関係条文ではない。
第 20 条	一次冷却材の減少分を補給する設備	×	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を設置するが、一次冷却材の減少分を補給する設備に該当しないことから、関係条文ではない。
第 21 条	残留熱を除去することができる設備	×	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を設置するが、残留熱を除去することができる設備に該当しないことから、関係条文ではない。
第 22 条	最終ヒートシンクへ熱を輸送することができる設備	×	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を設置するが、最終ヒートシンクへ熱を輸送することができる設備に該当しないことから、関係条文ではない。
第 23 条	計測制御系統施設	×	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を設置するが、計測制御系統施設に該当しないことから、関係条文ではない。
第 24 条	安全保護回路	×	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を設置するが、安全保護回路に該当しないことから、関係条文ではない。
第 25 条	反応度制御系統及び原子炉制御系統	×	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を設置するが、反応度制御系統及び原子炉制御系統に該当しないことから、関係条文ではない。
第 26 条	原子炉制御室等	×	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を設置するが、原子炉制御室等に該当しないことから、関係条文ではない。
第 27 条	放射性廃棄物の処理施設	○	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を放射性廃棄物の処理施設に関する設計方針に基づき設置する必要があることから、適用対象である。

設置許可基準規則 条文		関係性	備考
第 28 条	放射性廃棄物の貯蔵施設	○	固化材の変更に伴い、使用済樹脂等のドラム詰装置での固化処理を取り止め、原子炉浄化系の使用済樹脂等についてはタンクによる貯蔵とし、復水系の使用済樹脂等については焼却処理しドラム缶に詰めるが、それぞれ貯蔵タンクで貯蔵、固体廃棄物貯蔵所で貯蔵保管するため、適用対象である。なお、設備の位置付けに変更はなく、十分な貯蔵能力を有しております、影響はない。
第 29 条	工場等周辺における直接ガンマ線等からの防護	×	セメント固化設備が設置される廃棄物処理建物では、適切な遮蔽設計を行い、補助遮蔽を設けているため、固化材の変更により、敷地境界における線量率の変更が生じないことから、関係条文ではない。
第 30 条	放射線からの放射線業務従事者の防護	○	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を放射線からの放射線業務従事者の防護に関する設計方針に基づき設置する必要があることから、適用対象である。
第 31 条	監視設備	×	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を設置するが、監視設備の変更はないことから、関係条文ではない。
第 32 条	原子炉格納施設	×	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を設置するが、原子炉格納施設に該当しないことから、関係条文ではない。
第 33 条	保安電源設備	×	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を設置するが、保安電源設備に該当しないことから、関係条文ではない。
第 34 条	緊急時対策所	×	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を設置するが、緊急時対策所に該当しないことから、関係条文ではない。
第 35 条	通信連絡設備	×	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を設置するが、通信連絡設備に該当しないことから、関係条文ではない。
第 36 条	補助ボイラー	×	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を設置するが、補助ボイラーに該当しないことから、関係条文ではない。
第 37 条	重大事故等の拡大の防止等	×	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を設置するが、重大事故等対処施設ではないことから、関係条文ではない。
第 38 条	重大事故等対処施設の地盤	×	同上
第 39 条	地震による損傷の防止	×	同上
第 40 条	津波による損傷の防止	×	同上
第 41 条	火災による損傷の防止	×	同上
第 42 条	特定重大事故等対処施設	×	同上
第 43 条	重大事故等対処設備	×	同上
第 44 条	緊急停止失敗時に発電用原子炉を未臨界にするための設備	×	同上

設置許可基準規則 条文		関係性	備考
第 45 条	原子炉冷却材圧力バウンダリ 高圧時に発電用原子炉を冷却 するための設備	×	固化材の変更に伴い、セメント固化設備を設置するが、重大事故等対処施設ではないことから、関係条文ではない。
第 46 条	原子炉冷却材圧力バウンダリ を減圧するための設備	×	同上
第 47 条	原子炉冷却材圧力バウンダリ 低圧時に発電用原子炉を冷却 するための設備	×	同上
第 48 条	最終ヒートシンクへ熱を輸送 するための設備	×	同上
第 49 条	原子炉格納容器内の冷却等の ための設備	×	同上
第 50 条	原子炉格納容器の過圧破損を 防止するための設備	×	同上
第 51 条	原子炉格納容器下部の溶融炉 心を冷却するための設備	×	同上
第 52 条	水素爆発による原子炉格納容 器の破損を防止するための設 備	×	同上
第 53 条	水素爆発による原子炉建屋等 の損傷を防止するための設備	×	同上
第 54 条	使用済燃料貯蔵槽の冷却等の ための設備	×	同上
第 55 条	工場等外への放射性物質の拡 散を抑制するための設備	×	同上
第 56 条	重大事故等の収束に必要とな る水の供給設備	×	同上
第 57 条	電源設備	×	同上
第 58 条	計装設備	×	同上
第 59 条	運転員が原子炉制御室にとど まるための設備	×	同上
第 60 条	監視測定設備	×	同上
第 61 条	緊急時対策所	×	同上
第 62 条	通信連絡を行うために必要な 設備	×	同上

※：新規制基準適合性審査のうち、設計基準対象施設の各条文の審査にて適合性を示す。

## 設置許可基準規則第 28 条への適合性

固化材の変更とともに、原子炉浄化系、燃料プール冷却系の使用済樹脂等一部の放射性廃棄物について、処理、貯蔵方法を変更するため、設置許可基準規則第 28 条（放射性廃棄物の貯蔵施設）への適合性を以下に示す。

設置許可基準規則第 28 条	解釈
<p>工場等には、次に掲げるところにより、発電用原子炉施設において発生する放射性廃棄物を貯蔵する施設（安全施設に係るものに限る。）を設けなければならない。</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>一 放射性廃棄物が漏えいし難いものとすること。</li> <li>二 固体状の放射性廃棄物を貯蔵する設備を設けるものにあっては、放射性廃棄物による汚染が広がらないものとすること。</li> </ul>	<p>1 第 28 条に規定する「発電用原子炉施設において発生する放射性廃棄物を貯蔵する」とは、将来的に発電用原子炉施設から発生する放射性固体廃棄物の発生量及び搬出量を考慮して放射性固体廃棄物を貯蔵及び管理できることをいう。</p>

## 1. 処理・貯蔵に係る変更概要

## (1) 復水系、液体廃棄物処理系の使用済樹脂及びフィルタ・スラッジ

復水系、液体系廃棄物処理系の使用済樹脂及びフィルタ・スラッジについては、主経路であるドラム詰装置での処理を取り止め、これまでも実施している雑固体廃棄物焼却設備による焼却処理のみとする。

## (2) 原子炉浄化系、燃料プール冷却系の使用済樹脂及びフィルタ・スラッジ

原子炉浄化系、燃料プール冷却系の使用済樹脂及びフィルタ・スラッジについては、副経路であるドラム詰装置での処理を取り止め、当面は原子炉浄化系樹脂貯蔵タンク及び原子炉浄化系スラッジ貯蔵タンクでの貯蔵とする。

## 2. 変更に伴う影響評価

## (1) 設備の位置づけ

放射能を減衰させるため、復水系、液体廃棄物処理系の使用済樹脂及びフィルタ・スラッジを一定期間貯蔵する復水系樹脂貯蔵タンク、復水系スラッジ貯蔵タンク、復水スラッジ分離タンク及び機器ドレン・スラッジ分離タンクは、既設置変更許可において固体廃棄物貯蔵設備としており、設備の位置付けの変

更はない。

また、原子炉浄化系、燃料プール冷却系の使用済樹脂及びフィルタ・スラッジを貯蔵する原子炉浄化系樹脂貯蔵タンク及び原子炉浄化系スラッジ貯蔵タンクも、既設置変更許可において固体廃棄物貯蔵設備としており、設備の位置付けの変更はない。

なお、技術基準規則第39条（廃棄物処理設備等）の解釈2において、長期間貯蔵するタンク等は貯蔵する設備とされており、これらのタンクは、既工事計画でも固体廃棄物貯蔵設備としている。

関連する既設置変更許可の記載の抜粋を以下に示す。

### 【本文】

#### ト. 放射性廃棄物の廃棄施設の構造及び設備

##### (ハ) 固体廃棄物の廃棄設備

###### (1) 構造

復水系及び液体廃棄物処理系以外の脱塩器から発生する使用済樹脂及びろ過脱塩器から発生するフィルタ・スラッジは、樹脂貯蔵タンク及びスラッジ貯蔵タンクに貯蔵するか、又は貯蔵し放射能を減衰させた後、ドラム詰装置で固化材（プラスチック）と混合してドラム缶内に固化し貯蔵保管する。

###### (2) 廃棄物の処理能力

原子炉浄化系樹脂貯蔵タンクの容量は約520m<sup>3</sup>、復水系樹脂貯蔵タンクの容量は約250m<sup>3</sup>、原子炉浄化系スラッジ貯蔵タンクの容量は約140m<sup>3</sup>、復水系スラッジ貯蔵タンクの容量は約790m<sup>3</sup>、また、サイトバンカの容量は約2,200m<sup>3</sup>である。

### 【添付書類八】

#### 10.3 固体廃棄物処理系

##### (5) 貯蔵容量

復水系及び液体廃棄物処理系以外の脱塩器から発生する使用済樹脂及びろ過脱塩器から発生するフィルタ・スラッジを貯蔵するタンクは、発生量の約30年分の貯蔵容量を有する設計とする。

##### 10.3.3 主要機能

復水系及び液体廃棄物処理系以外の脱塩器から発生する使用済樹脂及びろ過脱塩器から発生するフィルタ・スラッジは、約30年分の貯蔵容量を有する原子炉浄化系樹脂貯蔵タンク及び約30年分の貯蔵容量を有する原子炉浄化系スラッジ貯蔵タンクに貯蔵するか、又は貯蔵し放射能を減衰させた後、ドラム詰装置で固化材（プラスチック）と混合してドラム缶内に固化し貯蔵保管する。

## (2) 貯蔵能力

### a. 復水系、液体廃棄物処理系の使用済樹脂及びフィルタ・スラッジ

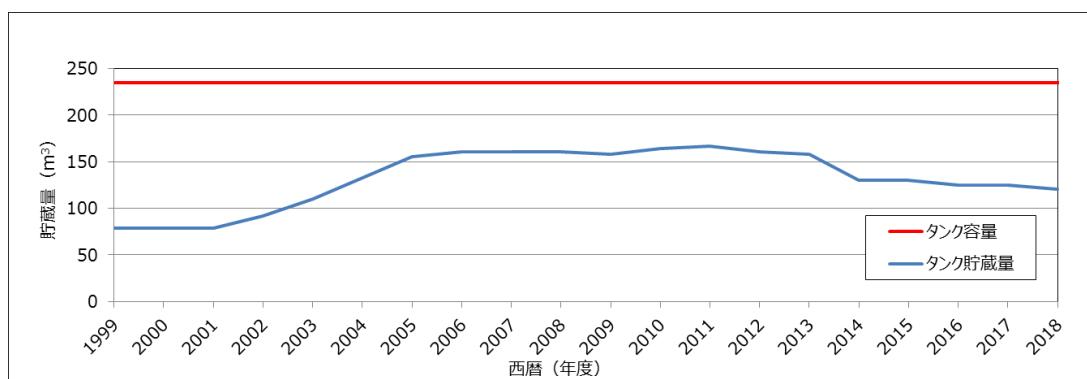
復水系及び液体廃棄物処理系の脱塩器から発生する使用済樹脂及びろ過脱塩器から発生するフィルタ・スラッジを貯蔵する復水系樹脂貯蔵タンク、復水系スラッジ貯蔵タンク、復水スラッジ分離タンク及び機器ドレン・スラッジ分離タンクは、発生量の約5年分の容量を有する設計とし、放射能を減衰させるため、樹脂等を一定期間貯蔵している。

各タンクの貯蔵量推移実績を第1～4図に示す。

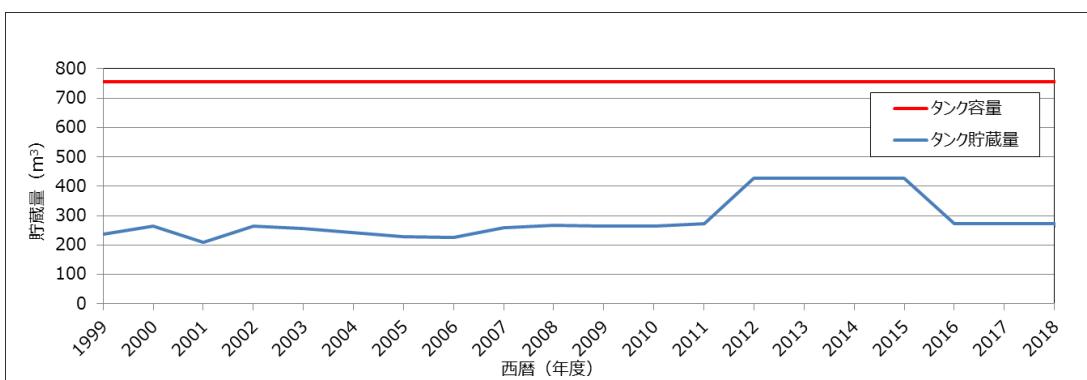
これらの樹脂等を焼却処理する雑固体廃棄物焼却設備は、使用済樹脂の発生量や現行貯蔵容量に対して十分な処理容量を有している。

また、焼却灰はドラム缶に詰めて貯蔵保管するか、又は雑固体廃棄物処理設備で溶融した後、ドラム缶内にモルタル固化して貯蔵保管する。

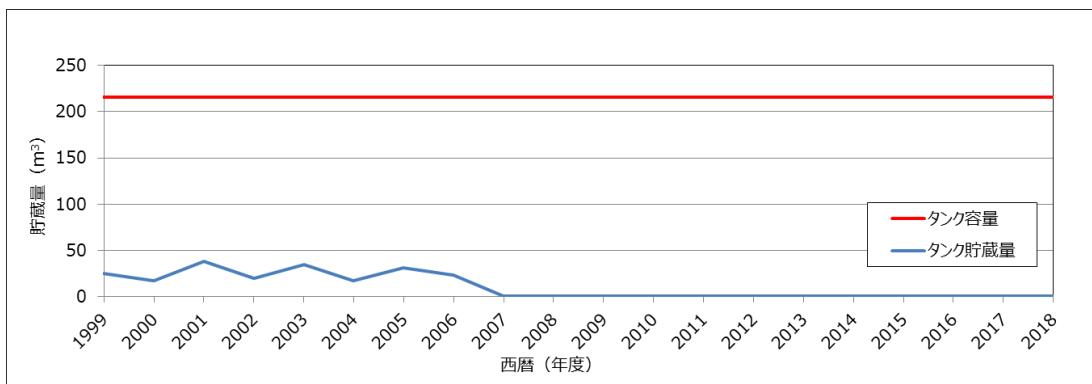
第5図のとおり、雑固体廃棄物の焼却処理、溶融処理により、放射性廃棄物の貯蔵保管量の低減を図るとともに、低レベル放射性廃棄物埋設センターへの搬出により、十分な容量の固体廃棄物貯蔵所を有しているため、貯蔵保管することが可能である。



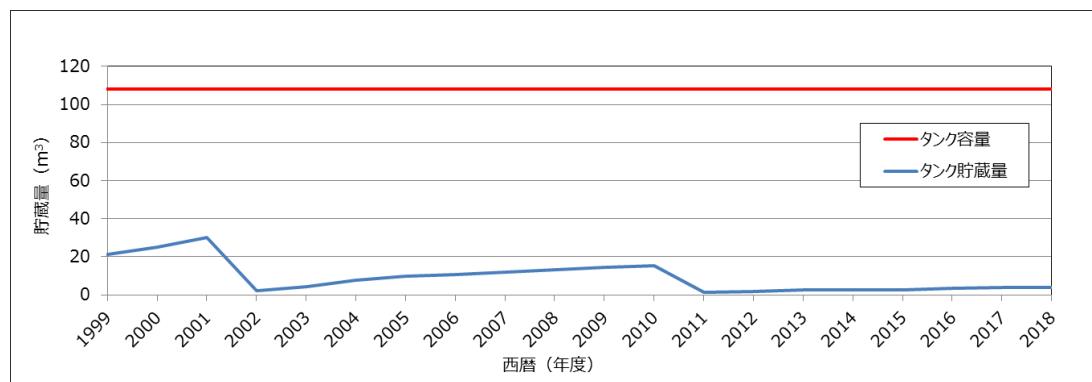
第1図 復水系樹脂貯蔵タンクの貯蔵量推移実績



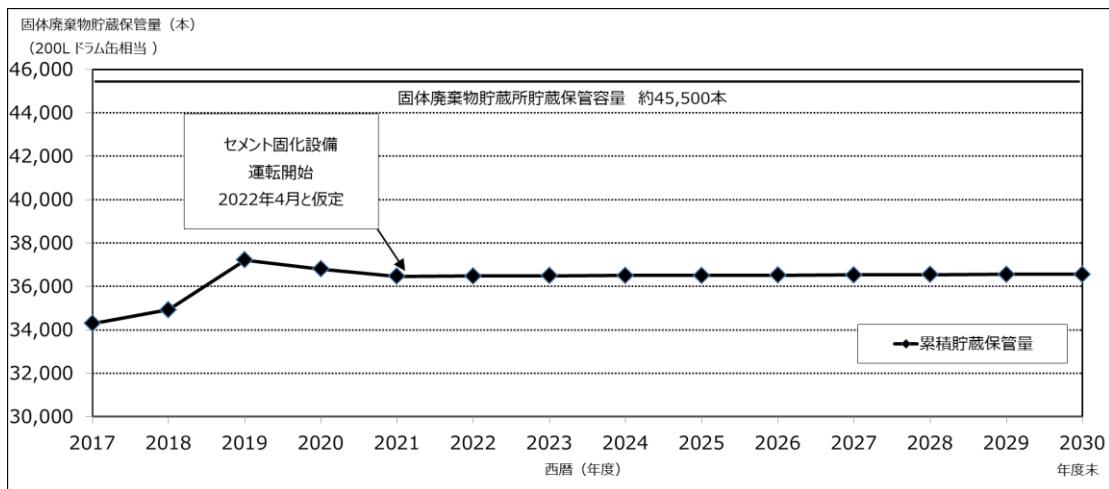
第2図 復水系スラッジ貯蔵タンクの貯蔵量推移実績



第3図 復水スラッジ分離タンクの貯蔵量推移実績



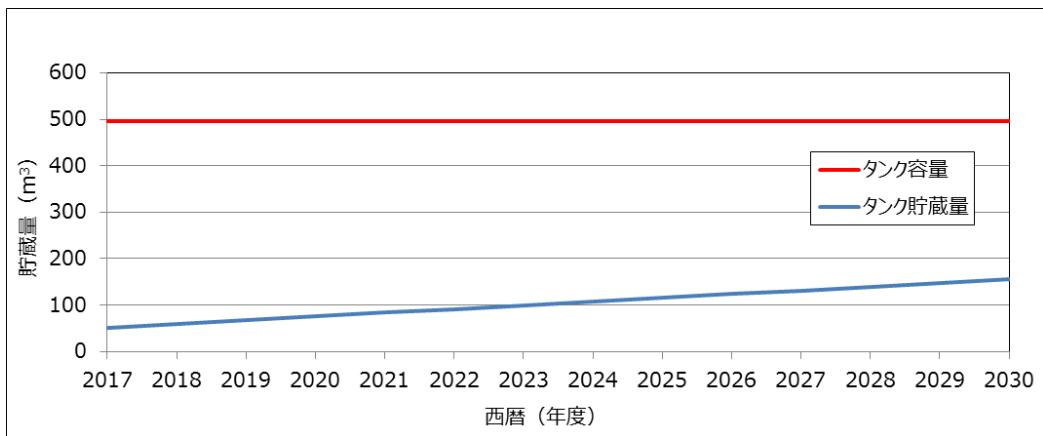
第4図 機器ドレン・スラッジ分離タンクの貯蔵量推移実績



第5図 固体廃棄物貯蔵所の保管量推移予測

#### b. 原子炉浄化系の使用済樹脂

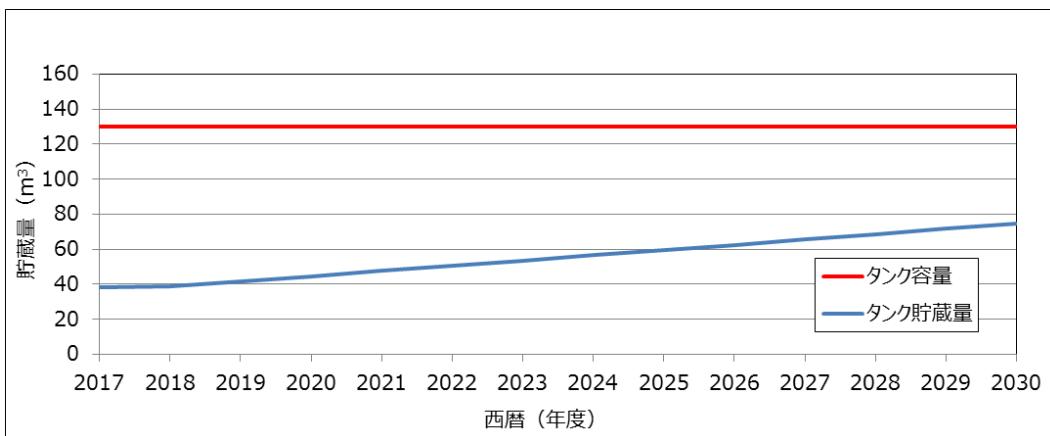
原子炉浄化系から発生する使用済樹脂は、性能劣化に応じて交換する際に発生するが、今後、 $8 \text{ m}^3/\text{年}$ で発生するものとした場合、原子炉浄化系樹脂貯蔵タンクの容量を考慮すると、第6図のとおり、当面の間、貯蔵が可能である。



第6図 原子炉浄化系樹脂貯蔵タンクの貯蔵量推移予測

### c. 原子炉浄化系、燃料プール冷却系のフィルタ・スラッジ

原子炉浄化系、燃料プール冷却系から発生するフィルタ・スラッジは、性能劣化に応じて交換する際に発生するが、今後、原子炉浄化系から $2\text{ m}^3/\text{年}$ 、燃料プール冷却系から $1\text{ m}^3/\text{年}$ で発生するものとした場合、原子炉浄化系スラッジ貯蔵タンクの容量を考慮すると、第7図のとおり、当面の間、貯蔵が可能である。



第7図 原子炉浄化系スラッジ貯蔵タンクの貯蔵量推移予測

### 3. 適合性

固化材の変更とともに、復水系、液体廃棄物処理系の使用済樹脂等や原子炉浄化系、燃料プール冷却系の使用済樹脂等の処理、貯蔵方法を一部見直すが、放射性廃棄物の発生量を考慮しても、貯蔵管理できることから、影響がないことを確認した。

また、タンク等各設備について、固体廃棄物貯蔵設備の位置付けに変更はないことから、引き続き、放射性物質が漏えいし難いものとともに、固体状の放射性廃棄物による汚染が広がらないものとする。