

発本原第264号

平成29年 3月14日

佐賀県知事

山口祥義殿

九州電力株式会社

代表取締役社長 瓜生道明

玄海原子力発電所1号機の廃止措置に係る

事前了解願いの補正について

拝啓 時下ますますご清栄のこととお喜び申し上げます。

かねてから当社事業につきましては、格別のご高配を賜り厚くお礼申し上げます。

さて、平成27年12月22日付け、発本原第243号にて、お願いしております玄海原子力発電所1号機の廃止措置に係る事前了解願い（平成29年2月24日付け、発本原第254号で一部補正）につきまして、別紙のとおり一部補正いたしますので、よろしくお取り計らいくださいますようお願い申し上げます。

敬 具

玄海原子力発電所 1 号機の廃止措置計画に係る
主な補正内容について

○ 記載の適正化

- ・ 使用済燃料を譲り渡すまでの管理場所について、1 号機原子炉補助建屋内に貯蔵する使用済燃料は 1 号機にて管理し、4 号機燃料取扱棟内に貯蔵する使用済燃料は 4 号機にて管理することを明記
- ・ 廃止措置計画認可申請書に添付している燃料被覆管のクリープ歪[※]の評価に用いている判断基準について、他社と統一
(判断基準は満足しており、評価結果に変更なし)

※ クリープ歪とは、高温下において、物体に一定の荷重（応力）を加えることで、時間とともに物体が変形していく現象

以 上

玄海原子力発電所 1 号機の廃止措置計画の概要

本計画は、廃止措置の方針、手順、工程及び解体工事準備期間中に実施すべき放射性物質による汚染（以下、「汚染」）の状況調査等の具体的な内容を記載している。

今後、解体工事準備期間中に実施する評価等を踏まえ、放射能レベルに応じた解体工法、手順、放射性廃棄物の処理方法等について、原子炉周辺設備等解体撤去期間に入るまでに計画の変更を行う。

1. 廃止措置対象施設の範囲及びその敷地

- (1) 原子炉設置許可を受けた、玄海原子力発電所 1 号機の原子炉及びその附属施設を廃止措置対象とする。
- (2) 廃止措置対象施設の汚染は、原子炉格納容器及び原子炉補助建屋等の内部に限られ、これらの施設は全て放射線管理区域としている。（添付－1 参照）

2. 解体の方法

(1) 廃止措置の基本方針

安全確保を最優先に、関係法令を遵守し次の基本方針のもと適切に実施する。

- ・ 周辺的一般公衆及び業務従事者の放射線被ばくを低減するよう、適切な解体撤去手順、方法及び汚染の除去方法を策定して実施する。
- ・ 廃止措置の実施にあたっては、玄海原子力発電所 2～4 号機の運転に必要な施設の機能に影響を及ぼさないことを確認した上で工事を実施する。
- ・ 廃止措置期間中の安全確保に必要な事項を原子炉施設保安規定に定め、必要な設備を適切に維持管理する。

(2) 廃止措置の概要

- ・ 解体対象施設は、廃止措置対象施設のうち、2 号機、3 号機又は 4 号機との共用施設並びに放射性物質による汚染のないことが確認された地下建屋、地下構造物及び建屋基礎を除く全ての施設である。（添付－2，3 参照）
- ・ 廃止措置の工事は、解体工事準備期間、原子炉周辺設備等解体撤去期間、原子炉等解体撤去期間、建屋等解体撤去期間の 4 期間で実施する。

（添付－4 参照）

- ・ 核燃料物質の 1 号補助建屋内の燃料貯蔵設備（以下「1 号内燃料貯蔵設備」という。）外への搬出は、解体工事準備期間から原子炉周辺設備等解体撤去期間で実施する。
- ・ 廃止措置期間中の保安のために必要な設備については、その機能を廃止措置の進捗に応じて維持管理する。（添付－5 及び添付－5（補足）参照）

- ・燃料貯蔵設備の解体は、核燃料物質の燃料貯蔵設備外への搬出後に実施する。
- ・解体工事準備期間には、汚染の状況調査、汚染のない設備の解体撤去等を実施する。（添付－6参照）

（3）安全確保対策

解体工事に当たっては、解体工事準備期間中に工事対象範囲の汚染状況の確認を行い、その結果に基づき、安全確保対策を講じる。

なお、解体工事準備期間中の作業に伴う総被ばく線量は、約0.8人・Svと想定している。

○放射性物質の漏えい及び拡散防止

- ・工事により発生する気体、液体の放射性廃棄物が施設外へ漏えい、拡散しないように、既設の設備を用いて、適切に処理する。
- ・放出管理及び周辺環境に対する放射線モニタリングを実施する。

○従事者の被ばく低減

- ・解体設備の汚染レベル等により、汚染の除去や水中での解体を実施する。
- ・必要に応じ、放射線遮へい、遠隔操作装置の導入、立入制限を行うとともに、マスク等の防護具を着用する

○事故防止

- ・維持管理している設備へ影響のない工事方法とする
- ・火災、爆発防止のため難燃性の資機材の使用、可燃性ガスの管理を徹底する。
- ・重量物に適合したクレーン等の取扱設備を使用する。

○労働災害の防止

- ・高所作業対策、感電防止対策、粉じん障害対策、騒音防止対策等を実施する。

3. 核燃料物質の管理及び譲渡し

（1）核燃料物質の存在場所ごとの種類及び数量は以下のとおり。

貯蔵場所	種類	体数
1号機原子炉補助建屋内の新燃料貯蔵設備	新燃料	64体
1号機原子炉補助建屋内の使用済燃料貯蔵設備（使用済燃料ピット）	新燃料	16体
	使用済燃料	240体
4号機燃料取扱棟内の使用済燃料貯蔵設備（使用済燃料ピット）	使用済燃料	112体

(2) 管理及び譲渡し

使用済燃料は、譲り渡すまでの期間、1号機の使用済燃料ピット及び4号機の使用済燃料ピット（1号、2号及び4号機共用）に安全に貯蔵する。

これらの使用済燃料は、可能な限り早期に搬出することに努め、平成55年度の廃止措置終了前までに、専用の使用済燃料輸送容器に収納し再処理事業者に譲り渡す。

また、新燃料は、解体工事準備期間から原子炉周辺設備等解体撤去期間の中で加工業者に譲り渡す。

なお、新燃料及び使用済燃料の運搬は、関係法令を遵守して実施する。

4. 核燃料物質による汚染の除去

放射能レベルが比較的高い原子炉本体等は、時間的減衰を図る。機器及び配管等の内面に付着している汚染については、時間的減衰を図るとともに効果的な除染を行うことで、これらの設備を解体撤去する際の放射線業務従事者の放射線被ばくを合理的に達成できる限り低くする。（添付-7参照）

なお、原子炉周辺設備等解体撤去期間以降については、同期間に入るまでに、除染の要否、除染の方法等について検討し、廃止措置計画の変更を行う。

5. 汚染された物の廃棄

(1) 解体工事準備期間中の放射性廃棄物の種類、数量、処理及び管理

解体工事準備期間中に発生する、以下の放射性物質は、原子炉設置許可申請書に記載の方法で処理する。

○放射性気体廃棄物

- ・主に建屋の換気空気で、原子炉設置許可申請書に記載の放射性希ガス等の放出量と比べて無視できる程度と評価している。

○放射性液体廃棄物

- ・原子炉運転中と同様な廃棄物及び系統の汚染の除去に伴い発生する廃液は、原子炉設置許可申請書に記載の年間放出量を超えないと評価している。

○放射性固体廃棄物

- ・原子炉運転中と同様な廃棄物及び汚染の除去に伴い発生する使用済樹脂（約8 m³）等であり、除染に伴い発生する使用済樹脂は、使用済樹脂貯蔵タンクに貯蔵、又は容器に封入して固体廃棄物貯蔵庫に保管する。

(2) 原子炉周辺設備等解体撤去期間以降

放射性廃棄物の発生量・処理処分の方法は、解体工事準備期間に行う放射性物質による汚染の状況の調査結果を踏まえ、廃止措置計画の変更を行う。

(3) 放射性固体廃棄物の処分方法

放射能レベルに応じて区分し、それぞれの区分及び性状等に応じて、廃棄事業者の廃棄施設に廃棄する。(添付-8参照)

廃棄先は、廃棄施設への搬出が必要となる時期までに確定する。

6. 廃止措置の工程

玄海1号機の廃止措置は、この計画に基づき実施し、平成55年度までに完了する予定である。(添付-9参照)

7. 添付資料

添付-1 主な廃止措置対象施設の推定汚染分布図

添付-2 解体対象施設の範囲

添付-3 解体対象施設の配置図

添付-4 解体の主な手順

添付-5 維持管理対象設備及び維持機能並びに維持期間

添付-5 (補足) 使用済燃料貯蔵設備から冷却水が大量に漏えいする事象における燃料の評価について





添付-6 解体工事準備期間中に実施する工事等に係る着手要件及び完了要件

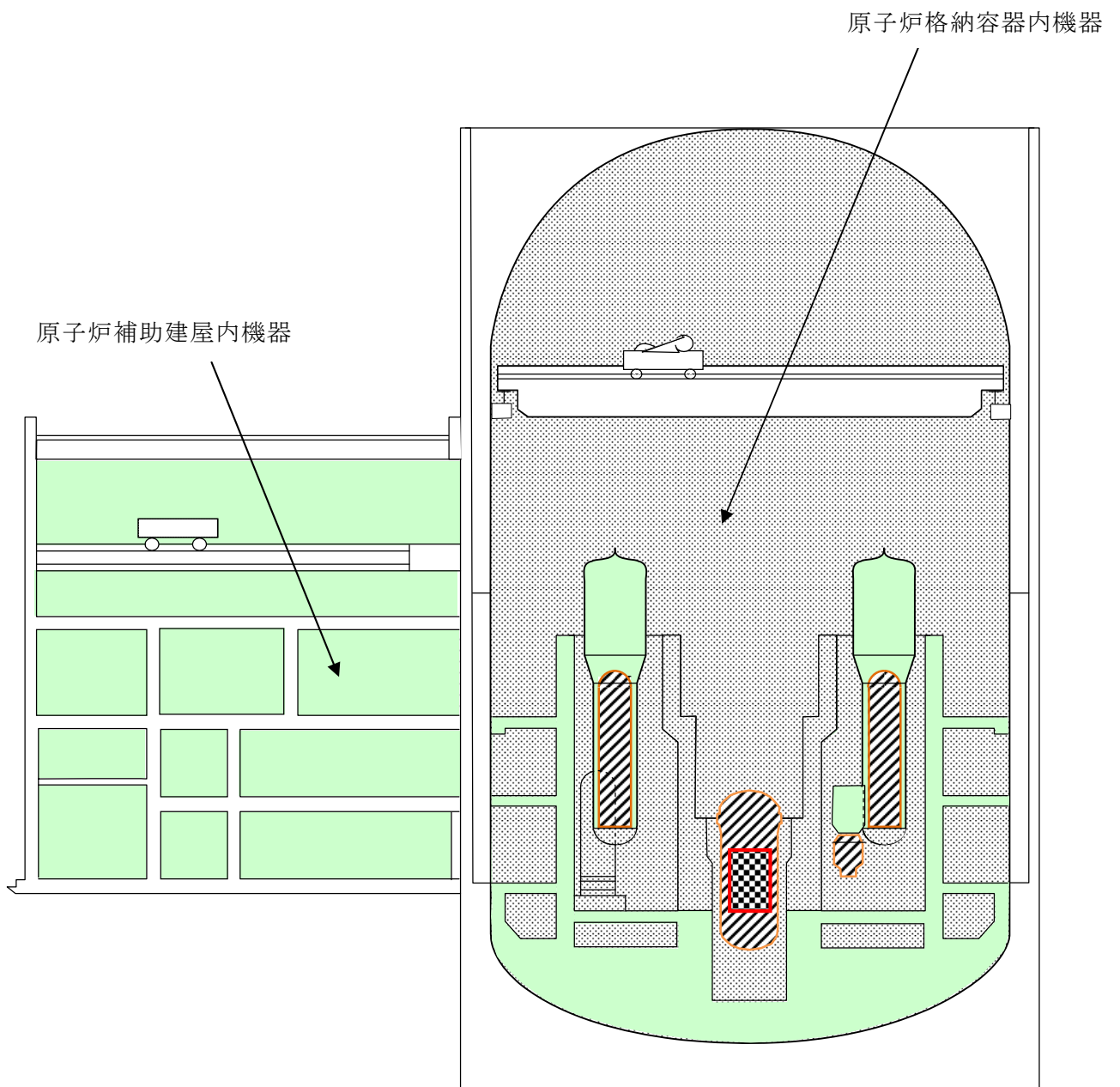
添付-7 系統除染における汚染の除去方法

添付-8 廃止措置期間中の放射性固体廃棄物の推定発生量

添付-9 廃止措置工程

以上

-  : 低レベル放射性廃棄物のうち放射能レベルの比較的高いもの (L1)
-  : 低レベル放射性廃棄物のうち放射能レベルの比較的低いもの (L2)
-  : 低レベル放射性廃棄物のうち放射能レベルの極めて低いもの (L3)
-  : 放射性物質として扱う必要のないもの (CL)



主な廃止措置対象施設の推定汚染分布図

解体対象施設の範囲 (1 / 2)

施設区分	設備等の区分	設備 (建屋) 名称
原子炉施設の一般構造	その他の主要な構造	原子炉補助建屋
原子炉本体	炉心	炉心支持構造物
	燃料体	燃料集合体
	原子炉容器	原子炉容器
	放射線遮へい体	原子炉容器周囲のコンクリート壁 原子炉格納容器外周のコンクリート壁
核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設	核燃料物質取扱設備 (燃料取扱設備)	燃料取替装置
		燃料移送装置
		除染装置
	核燃料物質貯蔵設備	新燃料貯蔵設備 使用済燃料貯蔵設備
原子炉冷却系統施設	1次冷却設備	蒸気発生器
		1次冷却材ポンプ
		1次冷却材管
		加圧器
	2次冷却設備	タービン
	非常用冷却設備	高圧注入系
		低圧注入系
		蓄圧注入系
	その他の主要な事項	化学体積制御設備
		余熱除去設備
		タービンバイパス設備
		主蒸気安全弁及び大気放出弁
計測制御系統施設	計装	核計装
		その他の主要な計装
	安全保護回路	原子炉停止回路
		その他の主要な安全保護回路

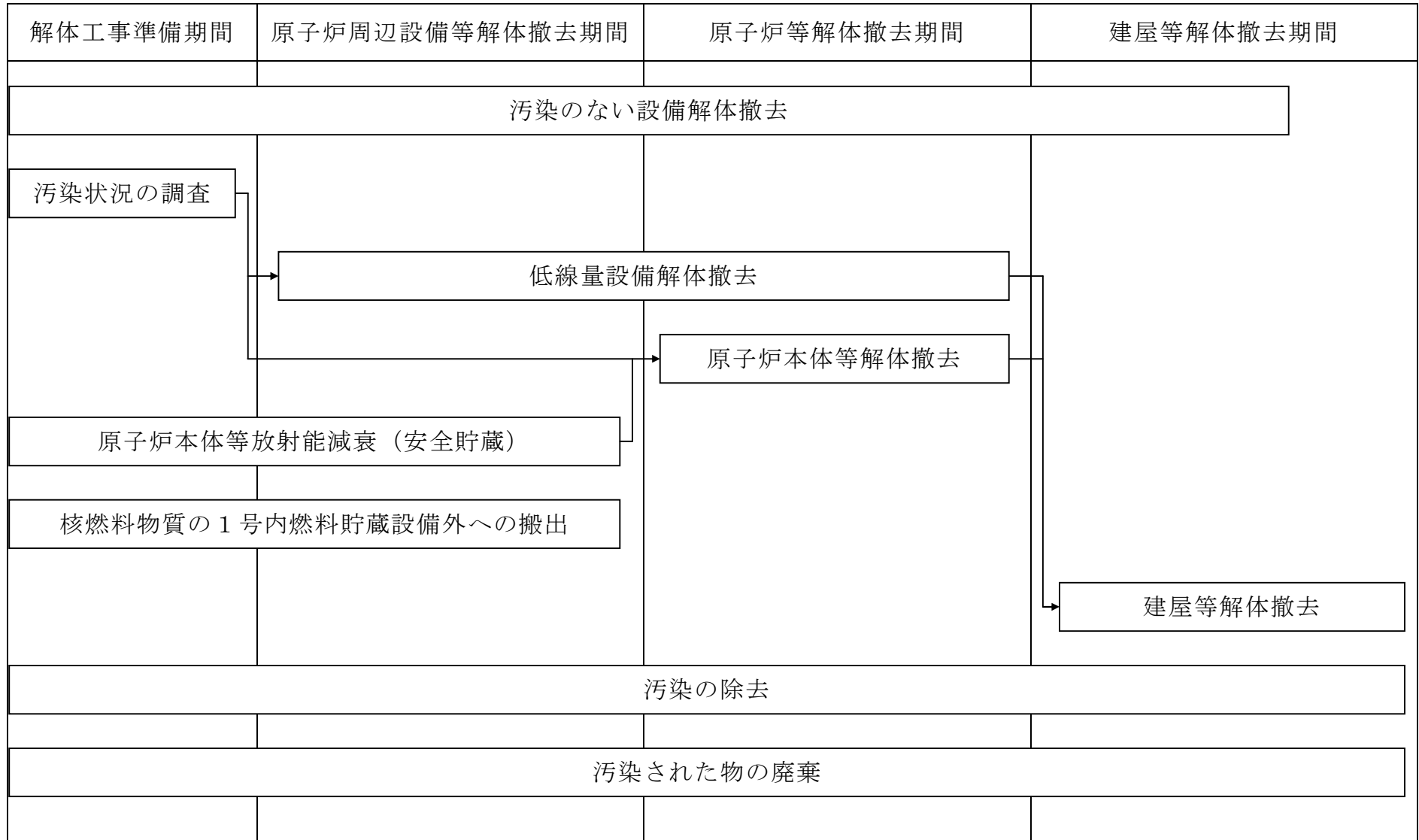
注) 2号機、3号機又は4号機との共用施設、並びに放射性物質による汚染のないことが確認された地下建屋、地下構造物及び建屋基礎は解体対象施設から除く。
燃料集合体は、再処理事業者又は加工事業者へ譲り渡す。

解体対象施設の範囲 (2 / 2)

施設区分	設備等の区分	設備 (建屋) 名称
計測制御系統 施設	制御設備	制御材
		制御材駆動設備
	その他の主要な事項	1 次冷却材温度制御設備
		加圧器制御設備
放射性廃棄物の 廃棄施設	気体廃棄物の廃棄設備 (気体廃棄物処理設備)	ガス減衰タンク (2号機との共用施設のうち1号機設置設備)
		原子炉補助建屋排気筒
	液体廃棄物の廃棄設備 (液体廃棄物処理設備)	ほう酸回収系
		廃液処理系 (2号機との共用施設のうち1号機に設置されている廃液蒸留水タンク及び廃液蒸留水脱塩塔を含む。)
	固体廃棄物の廃棄設備 (固体廃棄物処理設備)	ベイラ (2号機との共用施設のうち1号機設置設備)
		使用済樹脂貯蔵タンク (2号機との共用施設のうち1号機設置設備)
放射線管理 施設	屋内管理用の主要な設備	放射線監視設備
	屋外管理用の主要な設備	排気モニタ
		排水モニタ
原子炉格納 施設	構造	原子炉格納容器
	その他の主要な事項	原子炉格納容器空気再循環設備
		原子炉格納容器換気設備
		アニュラス空気再循環設備
		原子炉格納容器スプレイ設備
その他原子炉 の附属設備	非常用電源設備	ディーゼル発電機
		蓄電池
その他主要施設	建物及び構築物	タービン建屋

注) 2号機、3号機又は4号機との共用施設、並びに放射性物質による汚染のないことが確認された地下建屋、地下構築物及び建屋基礎は解体対象施設から除く。
燃料集合体は、再処理事業者又は加工事業者へ譲り渡す。

解体の主な手順



維持管理対象設備及び維持機能並びに維持期間（1 / 8）

設備等の区分	設備（建屋）名称	維持台数※	要求される機能	維持期間
建屋等	原子炉補助建屋	1 式	放射線遮へい機能	線源となる設備の解体完了まで
			放射性物質漏えい防止機能	管理区域解除まで
	原子炉格納容器	1 基	放射性物質漏えい防止機能（事故時の気密性及び格納容器隔離弁等による放射性物質漏えい防止機能は除く。）	
	原子炉容器周囲のコンクリート壁	1 式	放射線遮へい機能	放射能レベルが比較的高い炉心支持構造物等の解体完了まで
原子炉格納容器外周のコンクリート壁	1 式			

※：維持台数以上の台数を供用する場合、施設定期検査対象設備は供用する台数全てについて、施設定期検査を受検する。

注）2号機、3号機又は4号機との共用施設は、2号機、3号機又は4号機で維持管理する。

維持管理対象設備及び維持機能並びに維持期間（2 / 8）

設備等の区分	設備（建屋）名称		維持台数※	要求される機能	維持期間
核燃料物質取扱設備 （燃料取扱設備）	使用済燃料ピットクレーン		1台	燃料落下防止機能 臨界防止機能	1号機原子炉補助建屋内の使用済燃料ピットに貯蔵している新燃料及び使用済燃料搬出完了まで
	補助建屋クレーン		1台		1号機原子炉補助建屋内に貯蔵している新燃料及び使用済燃料搬出完了まで
	新燃料エレベータ		1台		1号機原子炉補助建屋内の使用済燃料ピットに貯蔵している新燃料搬出完了まで
	除染装置		1台	除染機能	1号機原子炉補助建屋内の使用済燃料ピットに貯蔵している新燃料及び使用済燃料搬出完了まで
核燃料物質貯蔵設備	新燃料貯蔵設備	新燃料貯蔵ラック	1式	臨界防止機能	1号機原子炉補助建屋内の新燃料貯蔵設備に貯蔵している新燃料搬出完了まで

※：維持台数以上の台数を供用する場合、施設定期検査対象設備は供用する台数全てについて、施設定期検査を受検する。

注）2号機、3号機又は4号機との共用施設は、2号機、3号機又は4号機で維持管理する。

維持管理対象設備及び維持機能並びに維持期間（3 / 8）

設備等の区分	設備（建屋）名称		維持台数※	要求される機能	維持期間
核燃料物質貯蔵設備 （続き）	使用済燃料貯蔵 設備	使用済燃料ピット	1 個	臨界防止機能	1 号機原子炉補助建屋 内の使用済燃料ピット に貯蔵している新燃料 及び使用済燃料搬出 完了まで
		使用済燃料ラック	1 式	臨界防止機能	
		使用済燃料ピット 水位及び使用済燃 料ピット水の漏え いを監視する設備	1 式	水位及び漏えいの 監視機能	1 号機原子炉補助建屋 内の使用済燃料ピット に貯蔵している使用済 燃料搬出完了まで
		使用済燃料ピット 水浄化冷却設備	1 系統	浄化冷却機能	
	燃料取替用水タンク	1 基	給水機能 （ほう酸濃度を 除く。）		

※：維持台数以上の台数を供用する場合、施設定期検査対象設備は供用する台数全てについて、施設定期検査を受検する。

注）2号機、3号機又は4号機との共用施設は、2号機、3号機又は4号機で維持管理する。

維持管理対象設備及び維持機能並びに維持期間（４／８）

設備等の区分	設備（建屋）名称	維持台数※	要求される機能	維持期間
気体廃棄物の廃棄設備 （気体廃棄物処理設備）	ガス減衰タンク（２号機との共用施設のうち１号機設置設備）	６基	放射性廃棄物処理機能	放射性気体廃棄物の処理完了まで
	原子炉補助建屋排気筒	１基		
液体廃棄物の廃棄設備 （液体廃棄物処理設備）	廃液処理系（２号機との共用施設のうち１号機に設置されている廃液蒸留水タンク及び廃液蒸留水脱塩塔を含む。）	１式		放射性液体廃棄物の処理完了まで
固体廃棄物の廃棄設備 （固体廃棄物処理設備）	ベイラ（２号機との共用施設のうち１号機設置設備）	１基	放射性廃棄物処理機能	放射性固体廃棄物の処理完了まで
	使用済液体用フィルタ取扱装置	１基		
	使用済樹脂貯蔵タンク（２号機との共用施設のうち１号機設置設備）	２基	放射性廃棄物貯蔵機能	

※：維持台数以上の台数を供用する場合、施設定期検査対象設備は供用する台数全てについて、施設定期検査を受検する。

注）２号機、３号機又は４号機との共用施設は、２号機、３号機又は４号機で維持管理する。

維持管理対象設備及び維持機能並びに維持期間（5 / 8）

設備等の区分	設備（建屋）名称		維持台数※	要求される機能	維持期間
屋内放射線管理用の 主要な設備	放射線監視設備	固定エリアモニタ （ドラム詰室、 使用済燃料ピット 付近）	各1台	放射線監視機能	関連する設備の 供用終了まで
		固定プロセスモニタ （補助蒸気復水 モニタ）	1台		
屋外放射線管理用の 主要な設備	排気モニタ	原子炉補助建屋 排気筒ガスモニタ	1台	放出管理機能	放射性気体廃棄物及び放射性液体廃棄物の処理 完了まで
		原子炉格納容器 排気筒ガスモニタ	1台		
	排水モニタ	液体廃棄物処理 設備排水モニタ	1台		

※：維持台数以上の台数を供用する場合、施設定期検査対象設備は供用する台数全てについて、施設定期検査を受検する。

注）2号機、3号機又は4号機との共用施設は、2号機、3号機又は4号機で維持管理する。

維持管理対象設備及び維持機能並びに維持期間（6 / 8）

設備等の区分	設備（建屋）名称		維持台数*	要求される機能	維持期間
原子炉格納容器の換気設備	原子炉格納容器換気設備	格納容器給気ファン	1台	換気機能	管理区域解除まで
		格納容器給気フィルタ	1台		
		格納容器排気ファン	1台		
		格納容器排気フィルタ	1台		
		原子炉格納容器排気筒	1基		
非常用電源設備	ディーゼル発電機		1台	電源供給機能 （自動起動機能及び自動給電機能は除く。）	1号機原子炉補助建屋内の使用済燃料ピットに貯蔵している使用済燃料搬出完了まで
	蓄電池		1組	電源供給機能	建屋解体前まで

※：維持台数以上の台数を供用する場合、施設定期検査対象設備は供用する台数全てについて、施設定期検査を受検する。

注）2号機、3号機又は4号機との共用施設は、2号機、3号機又は4号機で維持管理する。

維持管理対象設備及び維持機能並びに維持期間（7 / 8）

設備等の区分	設備（建屋）名称		維持台数※	要求される機能	維持期間
原子炉補助施設	原子炉補助機冷却 海水設備	海水ポンプ	1台	冷却機能 (自動起動機能は除く。)	1号機原子炉補助 建屋内の使用済 燃料ピットに貯蔵 している使用済燃 料搬出完了まで
		原子炉補助機冷却 熱交換器	1基		
	原子炉補助機冷却 水設備	原子炉補助機冷却水 ポンプ	1台		
		原子炉補助機冷却 サージタンク	1基		
発電所補助施設	原子炉補助建屋 換気設備	補助室給気ファン	2台	換気機能	管理区域解除まで
		補助室給気フィルタ	1台		
		補助建屋排気ファン	1台		
		補助建屋排気 フィルタ	1台		
		原子炉補助建屋 排気筒	1基		

※：維持台数以上の台数を供用する場合、施設定期検査対象設備は供用する台数全てについて、施設定期検査を受検する。

注）2号機、3号機又は4号機との共用施設は、2号機、3号機又は4号機で維持管理する。

維持管理対象設備及び維持機能並びに維持期間（ 8 / 8 ）

設備等の区分	設備（建屋）名称		維持台数*	要求される機能	維持期間
発電所補助施設（続き）	消火設備	消火配管	1 式	消火機能	各建屋解体前まで
		消火栓	1 式		
	非常用照明		1 式	照明機能	

※：維持台数以上の台数を供用する場合、施設定期検査対象設備は供用する台数全てについて、施設定期検査を受検する。

注） 2号機、3号機又は4号機との共用施設は、2号機、3号機又は4号機で維持管理する。

使用済燃料貯蔵設備から冷却水が大量に漏れいする事象における 燃料の評価について

1. はじめに

「発電用原子炉施設及び試験研究用等原子炉施設の廃止措置計画の審査基準(平成 25 年 11 月 27 日 原管廃発第 13112716 号 原子力規制委員会決定)」の「Ⅲ. 2. (1) 解体対象となる施設及びその解体の方法」において、「使用済燃料貯蔵施設に使用済燃料が存在する間は、使用済燃料貯蔵施設から冷却水が大量に漏れいする事象等を考慮し、使用済燃料の著しい損傷の進行を緩和し及び臨界を防止するための必要な設備等の重大事故対策設備の解体について、その機能を維持管理する期間が適切に評価 されていること。あるいは、その設備が不要であることが適切に評価されていること」を要求されている。

2. 使用済燃料の健全性評価について

玄海 1 号機の使用済燃料ピットには、最終サイクル^{※1}で取り出した使用済燃料を含む玄海 1 号機の使用済燃料 240 体が貯蔵されている。

この貯蔵状況を踏まえ、使用済燃料ピット水が全て喪失した場合における燃料被覆管表面温度の評価を行なった。

評価の結果、玄海 1 号機の使用済燃料の燃料被覆管表面温度は、最高でも 380℃以下である。この燃料被覆管表面温度においては、原子炉運転中の酸化減肉及び使用済燃料ピット水が全て喪失した後の空気中での酸化減肉を考慮したとしても、燃料被覆管のクリープ歪は 1 年後においても約 0.9%であり、クリープ変形による破断は発生せず、使用済燃料の健全性は保たれる。

※1：原子炉停止日 平成 23 年 12 月 1 日

3. 未臨界性の評価について

玄海1号機の使用済燃料ピットには、256体（新燃料16体含む）の燃料が貯蔵されているものとして、使用済燃料ピット水が全て喪失した場合における未臨界性の評価を行った。未臨界性評価は、現在の燃料配置において、使用済燃料ピットの水密度についていかなる条件においても臨界を防止できることを確認するため、使用済燃料ピット全体の水密度 $0.0\sim 1.0\text{g/cm}^3$ の条件で実効増倍率の評価を行った。

評価の結果、不確定性を考慮した実効増倍率は最大で 0.929 となり、臨界を防止できることを確認した。

4. 重大事故対策設備の必要性について

使用済燃料の健全性評価及び未臨界性評価結果から、使用済燃料ピット水が全て喪失した場合でも、使用済燃料の健全性が保たれ、臨界を防止できることを確認した。

以上のことから、使用済燃料を使用済燃料貯蔵設備に貯蔵している間において、使用済燃料貯蔵設備から冷却水が大量に漏えいする事象を考慮しても、燃料被覆管表面温度の上昇による燃料の健全性に影響はなく、また、臨界を防止できると評価できることから、使用済燃料の著しい損傷の進行を緩和し及び臨界を防止するための重大事故対策設備は不要である。

以 上

解体工事準備期間中に実施する工事等に係る着手要件及び完了要件

手順上の名称	場 所	主要設備名称	着手要件	概 要	安全確保対策	完了要件
汚染状況の調査	原子炉格納容器内及び原子炉補助建屋内	管理区域内の解体対象設備	供用の終了後	<ul style="list-style-type: none"> ・解体対象施設から代表試料を採取し、核種組成、放射能濃度を測定する。 ・機器及び配管外部からγ線の測定を行う。 ・解体対象施設に残存する放射性物質について、核種組成及び放射能分布を評価する。 	<ul style="list-style-type: none"> ・試料採取時には汚染拡大防止対策を講じる。 ・試料採取及び測定場所の状況に応じて遠隔操作装置の導入及び防護具の着用等の被ばく低減対策を講じる。 	低線量設備解体撤去及び原子炉本体等解体撤去に必要な情報を得ること。
汚染のない設備解体撤去	タービン建屋等管理区域外	2次系設備	供用の終了後	<ul style="list-style-type: none"> ・2次系設備を解体撤去する。 ・工具等を用いた分解・取外し、熱的切断、機械的切断等の工法により、気中での切断・破砕を行う。 	<ul style="list-style-type: none"> ・粉じん等の発生のおそれがある場合は、局所排風機の設置、粉じん等の拡散防止措置を講じる。 ・火気使用作業前には、周辺に可燃物がないことを確認し、防災シート等を用いて養生を行う。 	汚染のない解体対象施設を全て撤去すること。

系統除染における汚染の除去方法

場 所	主要設備 名称	着手 要件	概 要	安全確保対策	完了 要件
原子炉 格納容器 内 及び 原子炉 補助建屋 内	原子炉容器、 炉心支持構造物、 蒸気発生器、 1次冷却材ポンプ、 1次冷却材管、 加圧器、 化学体積制御設備 及び 余熱除去設備	供用の 終了後	<ul style="list-style-type: none"> ・ 弁操作等により対象設備の系統構成を実施した後、除染液注入ポンプ及びイオン交換樹脂等で構成される仮設装置を系統に接続し、除染液を系統内で循環させることにより行う。 ・ 除染方法としては、化学的除染法（除染液により除染対象設備から溶出した放射性物質をイオン交換樹脂で除去する。）による系統除染を実施する。 	<ul style="list-style-type: none"> ・ 除染の実施に当たっては、施設外への放射性物質の漏えい及び拡散防止対策を行う。 ・ 外部被ばく低減のため、線量当量率を考慮し、放射線遮へい、遠隔操作装置の導入及び立入制限等を行う。 ・ 内部被ばく防止のため、汚染レベルを考慮し、マスク等の防護具を用いる。 ・ 除染の実施に当たっては、目標線量を設定し、実績線量と比較し改善策を検討する等して、被ばく低減に努める。 ・ 線量当量率が著しく変動するおそれがある場合は、作業中の線量当量率を監視する。 ・ 系統隔離により、維持管理設備の機能に影響を及ぼさない系統構成とする。 ・ 火災、爆発及び重量物の取扱いによる人為事象に対する安全対策として、難燃性の資機材の使用、可燃性ガスを使用する場合の管理の徹底及び重量物に適合した揚重設備の使用等の措置を講じる。 ・ 事故発生時には、事故拡大防止等の応急措置を講じると共に、早期の復旧に努める。 	除染の 目標を 達成す ること。

廃止措置期間中の放射性固体廃棄物の推定発生量

(単位：t)

放射能レベル区分 ^{※1}		推定発生量 ^{※2}
低レベル 放射性 廃棄物	放射能レベルの比較的高いもの (L1)	約 100
	放射能レベルの比較的低いもの (L2)	約 800
	放射能レベルの極めて低いもの (L3)	約 2,010
放射性物質として扱う必要のないもの		約 4,120
合 計 ^{※3}		約 7,020

※1：放射能レベル区分値は、次のとおり。

- ・L1の区分値の上限は、「原子炉等規制法施行令」第31条に定める放射能濃度
- ・L1とL2の区分値は、国内で操業されているコンクリートピット埋設施設の埋設許可条件と同等の最大放射能濃度
- ・L2とL3の区分値は、「原子炉等規制法施行令（昭和32年政令第324号。ただし、平成19年政令第378号の改正前のもの。）」第31条第1項に定める「原子炉施設を設置した工場又は事業所において生じた廃棄されるコンクリート等で容器に固型化していないもの」に対する濃度上限値の10分の1の放射能濃度
- ・放射性物質として扱う必要のないものの区分値は、「原子炉等規制法」第61条の2第1項に規定する「製錬事業者等における工場等において用いた資材その他の物に含まれる放射性物質の放射能濃度についての確認等に関する規則」第2条に定める放射能濃度

※2：推定発生量

- ・10t単位で切り上げた値である（端数処理のため合計値が一致しないことがある。）。
- ・推定発生量には付随廃棄物を含まない。

※3：この他、放射性廃棄物でない廃棄物が約 195,000 t 発生する（1,000 t 単位で切り上げた値）。

廃止措置工程

	平成 27 年度	平成 28 年度	平成 29 年度	平成 30 年度	平成 31 年度	平成 32 年度	平成 33 年度	平成 34 年度	平成 35 年度	平成 36 年度	平成 37 年度	平成 38 年度	平成 39 年度	平成 40 年度	平成 41 年度	平成 42 年度	平成 43 年度	平成 44 年度	平成 45 年度	平成 46 年度	平成 47 年度	平成 48 年度	平成 49 年度	平成 50 年度	平成 51 年度	平成 52 年度	平成 53 年度	平成 54 年度	平成 55 年度
	2015	2016	2017	2018	2019	2020	2021	2022	2023	2024	2025	2026	2027	2028	2029	2030	2031	2032	2033	2034	2035	2036	2037	2038	2039	2040	2041	2042	2043
	解体工事準備期間			原子炉周辺設備等 解体撤去期間									原子炉等解体撤去期間						建屋等解体撤去期間										
廃止措置工程	▽運転終了（H27.4.27）																												
	汚染のない設備解体撤去																												
	汚染状況の調査																												
								低線量設備解体撤去																					
														原子炉本体等解体撤去															
	原子炉本体等放射能減衰（安全貯蔵）											建屋等解体撤去																	
	核燃料物質の1号内燃料貯蔵設備外への搬出																												
	汚染の除去																												
	汚染された物の廃棄																												