

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	
非常時運転手順書 II (仮候ベース) (使用済燃料プール制御) (AM設備別操作手順書)	使用済燃料貯蔵プール水位	使用済燃料貯蔵プール水位 (S)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (S)	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール水位 (広帯域)	使用済燃料貯蔵プール水位 (広帯域) (S)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (広帯域) (S)	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール水位 (可搬ライン用)	使用済燃料貯蔵プール水位 (可搬ライン用) (S)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (可搬ライン用) (S)	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用)	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (S)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (S)	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (広帯域)	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (広帯域) (S)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (広帯域) (S)	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (可搬ライン用)	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (可搬ライン用) (S)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (可搬ライン用) (S)	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (広帯域)	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (広帯域) (S)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (広帯域) (S)	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (可搬ライン用)	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (可搬ライン用) (S)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (可搬ライン用) (S)	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (広帯域)	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (広帯域) (S)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (広帯域) (S)	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (可搬ライン用)	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (可搬ライン用) (S)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (可搬ライン用) (S)	1	監視事項は主要なパラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価
			計器数	計器名称	計器数	計器名称	
非常時運転手順書 II (仮候ベース) (使用済燃料プール制御) (AM設備別操作手順書)	補機監視機能	常設低圧代替注水系統の吐出圧力	2	低圧代替注水系統の運転状態を認識するパラメータ	2	低圧代替注水系統の運転状態を認識するパラメータ	計器故障等
		低圧代替注水系統使用済燃料プール流量 (常設ライン用)	1	③	1	③	計器故障等
AM設備別操作手順書	水源の確保	代替注水貯槽水位	1	①	1	①	代替注水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能
		原子炉水位 (広帯域)	2	原子炉水位 (広帯域)	2	原子炉水位 (広帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	2	原子炉水位 (燃料域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	原子炉水位 (S.A.燃料域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッジョン・プール水位	1	サブプレッジョン・プール水位	1	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	監視事項は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	
非常時運転手順書 II (仮候ベース) (使用済燃料プール制御) (AM設備別操作手順書)	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (S)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (S)	監視事項は主要なパラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール水位 (広帯域)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (広帯域) (S)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (広帯域) (S)	監視事項は主要なパラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール水位 (可搬ライン用)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (可搬ライン用) (S)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (可搬ライン用) (S)	監視事項は主要なパラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (S)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (S)	監視事項は主要なパラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (広帯域)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (広帯域) (S)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (広帯域) (S)	監視事項は主要なパラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (可搬ライン用)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (可搬ライン用) (S)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (可搬ライン用) (S)	監視事項は主要なパラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (広帯域)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (広帯域) (S)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (広帯域) (S)	監視事項は主要なパラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (可搬ライン用)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (可搬ライン用) (S)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (可搬ライン用) (S)	監視事項は主要なパラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (広帯域)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (広帯域) (S)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (広帯域) (S)	監視事項は主要なパラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (可搬ライン用)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (可搬ライン用) (S)	1	使用済燃料貯蔵プール水位 (低圧代替注水系統用) (可搬ライン用) (S)	監視事項は主要なパラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO 影響		評価	
			計器数	SBO 影響 区分1 直流電源 を発生した場合				計器数	SBO 影響 区分1 直流電源 を発生した場合		
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 (2) 漏えい抑制	事故時運転操作手順書 (SFP ベース) 「原子炉建機制御」 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) 「取組制御」 事故時運転操作手順書 (SFP ベース) 「原子炉建機制御」 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) AM 設備別操作手順書 (SFP 監視カメラ冷却 装置起動)	燃料プール水位低 警報	1	1	0	-	使用済燃料プール水位・温度 (S.A.広域)	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料監視事項は主要バ タメータにて確認	
		燃料プール温度高 警報	1	1	2	-	使用済燃料プール水位・温度 (S.A.広域)	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料監視事項は主要バ タメータにて確認	
		使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度 (S.A)	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	使用済燃料貯蔵プールの監視可能
		使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	使用済燃料貯蔵プールの監視可能
1.11.2.2 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プール代替注水 b. 可搬型代替注水大型ポンプ又は可搬型代替注水中型ポンプ	非 常 時 運 転 手 順 書 II (散 発 ベ ー ス) 「使用済燃料 プール制御」 AM 設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	-	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	使用済燃料貯蔵プールの監視可能	
		緊急M/C電圧	1	1	1	③	-	緊急M/C電圧	1	1	使用済燃料貯蔵プールの監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO 影響		評価
			計器数	SBO 影響 直後 負荷切り離し後				計器数	SBO 影響 直後 負荷切り離し後	
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プール代替注水 b. 可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプ	非 常 時 運 転 手 順 書 II (散 発 ベ ー ス) 「使用済燃料 プール制御」 AM 設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵プール温度 (S.A)	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール温度・温度 (S.A.広域)	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認
		使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度 (S.A.広域)	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	使用済燃料貯蔵プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認
		緊急M/C電圧	1	1	③	-	緊急M/C電圧	1	1	使用済燃料貯蔵プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認
		緊急P/C電圧	1	1	③	-	緊急P/C電圧	1	1	使用済燃料貯蔵プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認
電源	緊急M/C電圧	緊急M/C電圧	1	1	③	-	緊急M/C電圧	1	1	使用済燃料貯蔵プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認
		緊急P/C電圧	1	1	③	-	緊急P/C電圧	1	1	使用済燃料貯蔵プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	SBO 影響 直後 負荷切り離し後	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO 影響		評価
								計器数	SBO 影響 直後 負荷切り離し後	
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プール代替注水 b. 可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプ	非 常 時 運 転 手 順 書 II (散 発 ベ ー ス) 「使用済燃料 プール制御」 AM 設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵プール温度 (S.A)	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール温度・温度 (S.A.広域)	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認
		使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度 (S.A.広域)	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	使用済燃料貯蔵プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認
		緊急M/C電圧	1	1	③	-	緊急M/C電圧	1	1	使用済燃料貯蔵プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認
		緊急P/C電圧	1	1	③	-	緊急P/C電圧	1	1	使用済燃料貯蔵プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認
電源	緊急M/C電圧	緊急M/C電圧	1	1	③	-	緊急M/C電圧	1	1	使用済燃料貯蔵プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認
		緊急P/C電圧	1	1	③	-	緊急P/C電圧	1	1	使用済燃料貯蔵プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数		SBO 影響 区分Ⅰ 監視電源 を失命した場合	計器故障等	評価
			計器数	SBO 影響 直後							
事故時運転操作手順書 (運転ベース) 「SP」水位・温度制御」 「原子炉運転制御」 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) 「原子炉制御」 事故時運転操作手順書 (SP) 原子炉水位・温 度制御」 AM 設備別操作手順書 「SP」監視カメラ冷却 監視設備)	使用済燃料貯蔵槽の監視	燃料プール水位低 警報	1	1	0	-	1	1	-	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		燃料プール温度高 警報	1	1	0	-	1	1	-	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度 (SA)	1	1	1	①	-	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能
		使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度 (SA, DA)	1	1	1	①	-	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能
		スキマセージタンク水位	2	2	1	③	-	1	1	-	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	①	-	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	①	-	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	①	-	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	①	-	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	①	-	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数		SBO 影響 直後	計器故障等	評価
			計器数	SBO 影響 負荷切り直し後							
非常時運転手 順書Ⅱ (撤除 ベース) 「使用済燃料 プールの制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	-	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッジョン・ プール水位の変化より、西側淡 水貯水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッジョン・ プール水位の変化より、西側淡 水貯水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位 (SA, 広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッジョン・ プール水位の変化より、西側淡 水貯水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位 (SA, 燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッジョン・ プール水位の変化より、西側淡 水貯水設備水位の代替監視可能
		サブプレッジョン・プール水位	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッジョン・ プール水位の変化より、西側淡 水貯水設備水位の代替監視可能
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	代替注水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替注水貯槽水 位の代替監視可能
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	代替注水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替注水貯槽水 位の代替監視可能
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	代替注水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替注水貯槽水 位の代替監視可能
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	代替注水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替注水貯槽水 位の代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数		SBO 影響 直後	計器故障等	評価
			計器数	SBO 影響 負荷切り直し後							
非常時運転手 順書Ⅱ (撤除 ベース) 「使用済燃料 プールの制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	-	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッジョン・ プール水位の変化より、西側淡 水貯水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッジョン・ プール水位の変化より、西側淡 水貯水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位 (SA, 広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッジョン・ プール水位の変化より、西側淡 水貯水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位 (SA, 燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッジョン・ プール水位の変化より、西側淡 水貯水設備水位の代替監視可能
		サブプレッジョン・プール水位	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッジョン・ プール水位の変化より、西側淡 水貯水設備水位の代替監視可能
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	代替注水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替注水貯槽水 位の代替監視可能
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	代替注水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替注水貯槽水 位の代替監視可能
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	代替注水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替注水貯槽水 位の代替監視可能
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	代替注水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替注水貯槽水 位の代替監視可能

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段 項目	項目 分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器故障等	評価
			計器数	SBO影響					
				直後	区分Ⅰ直後電源 を任命した場合				
1.11.2.2 使用済燃料プールからの大量の水の漏えい発生時の対応手順 (1)燃料プールのスプレッド			1	0	0	0	1		
非常時運転作手順 (SPP 水位・温度制御)		燃料プール水位低 警報 燃料プール温度高 警報	1	0	0	0	1		
非常時運転作手順 (シベアラクション)		使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA)	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認	
非常時運転作手順 (後述時運転作手順書 参照)		使用済燃料貯蔵プール水位・温 度(SA)	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認	
AM設備別操作手順書 (消防車によるSPPス プレッド)		使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認	
多様なハザード対応手 順 (消防車による送水 (SPP 常設スプレッド)) (消防車による送水 (SPP 可搬型スプレ ッド))		MFC電圧 MTC電圧 ATC D+電圧 ATC D-1電圧 正電圧150V 主母線A電圧 正電圧125V 主母線B電圧 直電圧125V 充電器A→充電機 電圧 M用直電圧125V 充電器警電 電圧	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認	
		水素の濃 度水質等	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認	
		緊急時対策本部にて確認 [緊急時対策本部]にて確認	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認	
		緊急時対策本部にて確認 [緊急時対策本部]にて確認	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段 項目	項目 分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器故障等	評価
			計器数	SBO影響					
				直後	負荷切り離し後				
非常時運転手 順書Ⅱ(備後 ベース) 〔使用済燃料 プール制御〕		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
AM設備別操 作手順書		使用済燃料プール水位・ 温度(SA広域)	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		MTC電圧 MTC電圧 ATC D+電圧 ATC D-1電圧 正電圧150V 主母線A電圧 正電圧125V 主母線B電圧 直電圧125V 充電器A→充電機 電圧 M用直電圧125V 充電器警電 電圧	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		水素の濃 度水質等	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		緊急時対策本部にて確認 [緊急時対策本部]にて確認	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		緊急時対策本部にて確認 [緊急時対策本部]にて確認	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

対応手段 項目	項目 分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器故障等	評価
			計器数	SBO影響					
				直後	負荷切り離し後				
1.11.2.2 燃料プールの大量の水の漏れ発生時の対応手順 (1)燃料プールのスプレッド			1	0	0	0	1		
非常時運転作手順 (SPP 水位・温度制御)		燃料プール水位低 警報 燃料プール温度高 警報	1	0	0	0	1		
非常時運転作手順 (シベアラクション)		使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA)	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認	
非常時運転作手順 (後述時運転作手順書 参照)		使用済燃料貯蔵プール水位・温 度(SA)	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認	
AM設備別操作手順書 (消防車によるSPPス プレッド)		使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認	
多様なハザード対応手 順 (消防車による送水 (SPP 常設スプレッド)) (消防車による送水 (SPP 可搬型スプレ ッド))		MFC電圧 MTC電圧 ATC D+電圧 ATC D-1電圧 正電圧150V 主母線A電圧 正電圧125V 主母線B電圧 直電圧125V 充電器A→充電機 電圧 M用直電圧125V 充電器警電 電圧	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認	
		水素の濃 度水質等	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認	
		緊急時対策本部にて確認 [緊急時対策本部]にて確認	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認	
		緊急時対策本部にて確認 [緊急時対策本部]にて確認	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認	

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名	補助パラメータ 分類理由	計器数	計器名	計器故障等	
1.11.2.2 使用済燃料プールからの大量の水の漏えい発生時の対応手順 (2) 漏えい処理	監視	1	燃料プール水位・高警報	-	1	燃料プール水位・高警報	-	
		1	燃料プール水位・低警報	-	1	燃料プール水位・低警報	-	
事故時運転操作手順書 (燃料ベーン) [SFP 水位・電圧制御] [原子炉建屋制御] 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) [注水制御] 事故時運転操作手順書 (停止時間ベース) [SFP 原子炉水位・電 圧制御] 事故時運転操作手順書 (SFP 電圧制御) [SFP 電圧制御] [SFP 電圧制御]	監視	1	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度 (SA)	①	1	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度 (SA)	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能	
		1	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	-	1	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能	
事故時運転操作手順書 (停止時間ベース) [SFP 原子炉水位・電 圧制御] 事故時運転操作手順書 (SFP 電圧制御) [SFP 電圧制御]	監視	1	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度 (SA)	①	1	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度 (SA)	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能	
		1	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	-	1	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名	補助パラメータ 分類理由	計器数	計器名	計器故障等	
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの外規模な漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プール代替注水 c. 可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (可搬型スプレイン/ズル) を使用した使用済燃料プールへの注水 (淡水/海水)	監視	1	使用済燃料プール温度 (SA)	①	1	使用済燃料プール温度・ 温度 (SA)	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能	
非常寄進転手 順書 II (微候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書		監視	1	使用済燃料プール水 位・温度 (SA)	①	1	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA)	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能
	1		使用済燃料プール監視 カメラ	-	1	使用済燃料プール監視カ メラ	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能	
燃料取替フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	監視	1	使用済燃料プールエリ ア放射線モニタ (高レ ンジ・低レンジ)	①	1	使用済燃料プール温度 (SA)	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能	
		4	燃料取替フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	-	4	燃料取替フロア放射線モ ニタ	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能	
原子炉建屋換気蒸気排 気ダクト放射線モニタ	監視	4	原子炉建屋換気蒸気排 気ダクト放射線モニタ	③	4	原子炉建屋換気蒸気排 気ダクト放射線モニタ	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能	
		4	原子炉建屋換気蒸気排 気ダクト放射線モニタ	-	4	原子炉建屋換気蒸気排 気ダクト放射線モニタ	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名	補助パラメータ 分類理由	計器数	計器名	計器故障等	
1.11.2.2 燃料プールの大量の水の漏えい発生時の対応手順 (2) 漏えい処理	監視	1	燃料プール水位・高警報	-	1	燃料プール水位・高警報	-	
		1	燃料プール水位・低警報	-	1	燃料プール水位・低警報	-	
事故時運転操作手順書 (燃料ベーン) [SFP 水位・電圧制御] [原子炉建屋制御] 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) [注水制御] 事故時運転操作手順書 (停止時間ベース) [SFP 原子炉水位・電 圧制御] 事故時運転操作手順書 (SFP 電圧制御) [SFP 電圧制御]	監視	1	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度 (SA)	①	1	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度 (SA)	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能	
		1	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	-	1	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能	
事故時運転操作手順書 (停止時間ベース) [SFP 原子炉水位・電 圧制御] 事故時運転操作手順書 (SFP 電圧制御) [SFP 電圧制御]	監視	1	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度 (SA)	①	1	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度 (SA)	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能	
		1	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	-	1	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	対処手段	抽出パラメータを計測する計器					抽出パラメータが代替パラメータを計測する計器					評価					
			計器数	直接	SBO影響 区分1 炉内電圧 を超過した場合は を停止した	補助パラメータ 分類	分	計器数	直接	SBO影響 区分1 炉内電圧 を超過した場合は を停止した	計器数	分	計器故障等	SBO				
1.11.1.4 使用済燃料貯蔵槽の冷却等 ための監視事項	監視	(1) 使用済燃料貯蔵槽の冷却等 のための監視事項	1	1	0	-	-	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
1.11.2.1 使用済燃料貯蔵槽の冷却等 のための監視事項	監視	(1) 使用済燃料貯蔵槽の冷却等 のための監視事項	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
1.11.3.1 使用済燃料貯蔵槽の冷却等 のための監視事項	監視	(1) 使用済燃料貯蔵槽の冷却等 のための監視事項	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
1.11.4.1 使用済燃料貯蔵槽の冷却等 のための監視事項	監視	(1) 使用済燃料貯蔵槽の冷却等 のための監視事項	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

監視パラメータ

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			計器数	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			計器数	計器故障等	SBO			
			SBO影響 直接	負荷切り離し後	補助パラメータ 分類			計器名称	SBO影響 直接	負荷切り離し後						
非常時運転手 手順 II (微候 ベース) 「使用済燃料 プールの制御」 AM設備別操 作手順書	監視	水源の確保 代替淡水貯槽水位	1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	1	1	1	

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等
第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			計器数	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			計器数	計器故障等	SBO					
			SBO影響 直接	負荷切り離し後	補助パラメータ 分類			計器名称	SBO影響 直接	負荷切り離し後								
1.11.1.4 使用済燃料貯蔵槽の冷却等 のための監視事項	監視	(1) 使用済燃料貯蔵槽の冷却等 のための監視事項	1	1	0	-	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
1.11.2.1 使用済燃料貯蔵槽の冷却等 のための監視事項	監視	(1) 使用済燃料貯蔵槽の冷却等 のための監視事項	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
1.11.3.1 使用済燃料貯蔵槽の冷却等 のための監視事項	監視	(1) 使用済燃料貯蔵槽の冷却等 のための監視事項	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
1.11.4.1 使用済燃料貯蔵槽の冷却等 のための監視事項	監視	(1) 使用済燃料貯蔵槽の冷却等 のための監視事項	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	計器数	計器数		計器名称	計器数	計器数	計器数		
非常時運転手 順書Ⅱ(優先) 「使用済燃料 プール監視」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	燃料プール水位監視	1	1	0	-	燃料プール水位監視	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認すること らメータにて確認	
		燃料プール温度監視	1	1	0		燃料プール温度監視カメラ	1	1	1		
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	1		①	使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1		1
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	1		①	使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1		1
非常時運転手 順書Ⅱ(優先) 「使用済燃料 プール監視」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	スキャナモニタ出力監視	2	2	1	-	スキャナモニタ出力監視	2	2	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認すること らメータにて確認	
		FTCポンプ吐出流量	2	2	1		③	FTCポンプ吐出流量	2	2		1
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1		①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1		1
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1		①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1		1
使用済燃料貯蔵プールエリア監視	1	1	0	③	使用済燃料貯蔵プールの状態を確認するパラメータ	1	1	0	③	使用済燃料貯蔵プールの状態を確認するパラメータ		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	計器数	計器数		計器名称	計器数	計器数	計器数		
非常時運転手 順書Ⅱ(優先) 「使用済燃料 プール監視」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料プール温度(SA)	1	1	1	-	使用済燃料プール水位・温度(SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することらメータにて確認	
		使用済燃料プール水位・温度(SA)	1	1	1		①	使用済燃料プール監視カメラ	1	1		1
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1		①	使用済燃料プール監視カメラ	1	1		1
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1		①	使用済燃料プール監視カメラ	1	1		1
操作 (1, 2)	使用済燃料貯蔵槽の監視	燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	0	-	燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することらメータにて確認	
		原子炉建屋換気系燃料取替排気ダクト放射線モニタ	4	4	0		③	原子炉建屋換気系燃料取替排気ダクト放射線モニタ	4	4		0
		原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4	0		③	原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4		0
		原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4	0		③	原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4		0

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	計器数	計器数		計器名称	計器数	計器数	計器数		
非常時運転手 順書Ⅱ(優先) 「使用済燃料 プール監視」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	燃料プール水位監視	1	1	0	-	燃料プール水位監視	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することらメータにて確認	
		燃料プール温度監視	1	1	0		燃料プール温度監視カメラ	1	1	1		
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	1		①	使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1		1
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	1		①	使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1		1
操作 (1, 2)	使用済燃料貯蔵槽の監視	スキャナモニタ出力監視	2	2	1	-	スキャナモニタ出力監視	2	2	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することらメータにて確認	
		FTCポンプ吐出流量	2	2	1		③	FTCポンプ吐出流量	2	2		1
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1		①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1		1
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1		①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1		1
操作 (1, 2)	使用済燃料貯蔵槽の監視	燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	0	-	燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することらメータにて確認	
		原子炉建屋換気系燃料取替排気ダクト放射線モニタ	4	4	0		③	原子炉建屋換気系燃料取替排気ダクト放射線モニタ	4	4		0
		原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4	0		③	原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4		0
		原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4	0		③	原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4		0

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		補助パラメータ 分類理由	評価	
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後		計器故障等	SBO
非常時運転手 手順Ⅱ(微候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書 操作(2/2)	水源の確保	低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1	1	1	1	代替淡水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替淡水貯槽水 位の代替監視可能 監視事項は抽出 パラメータ にて確認
		低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン帯域用)	1	1	1	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン用)	1	1	1	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン帯域用)	1	1	1	1	1	
		低圧代替注水系格納器スプレ イ流量(常設ライン用)	1	1	1	1	1	
		低圧代替注水系格納器スプレ イ流量(可搬ライン用)	1	1	1	1	1	
		低圧代替注水系格納器下部注 水流量	1	1	1	1	1	
		原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	2	
		原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	2	
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1	1	
原子炉水位(SA燃料域) サプレッション・プール水位	1	1	1	1	1			
常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	2	2			

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		補助パラメータ 分類理由	評価		
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後		計器故障等	SBO	
非常時運転手 手順Ⅱ(微候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書 操作(2/2)	水源の確保	C-メータラ同機電圧	1	1	1	1	1	①重要監視パラメータ，②有効監視パラメータ，③補助パラメータ	
		D-メータラ同機電圧	1	1	1	1	1		
		C-ロードセンタ同機電圧	1	1	1	1	1		
		D-ロードセンタ同機電圧	1	1	1	1	1		
		原子炉冷却水ポンプ圧 出力	2	2	2	2	2		
		格納器内格納器冷却水 ポンプ出力圧力	2	2	2	2	2		
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	1		
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	1		
		燃料プール水位・温度(SA)	1	1	1	1	1		
		燃料プール水位・温度(SA)	1	1	1	1	1		
監視	監視	燃料プール水位・温度(SA)	1	0	0	0	0	0	燃料プール内の燃料混合割合等の監視は、燃料槽の注 入水位の監視の項目を参照することであり、画 面にて監視
		燃料プール水位・温度(SA)	1	0	0	0	0		
		燃料プール水位・温度(SA)	1	0	0	0	0		
		燃料プール水位・温度(SA)	1	0	0	0	0		
		燃料プール水位・温度(SA)	1	0	0	0	0		
		燃料プール水位・温度(SA)	1	0	0	0	0		
		燃料プール水位・温度(SA)	1	0	0	0	0		
		燃料プール水位・温度(SA)	1	0	0	0	0		
		燃料プール水位・温度(SA)	1	0	0	0	0		
		燃料プール水位・温度(SA)	1	0	0	0	0		

・設備の相違
 【柏崎6/7，東海第二】
 技術的能力に係る審
 査資料 1.1~1.14 から
 抽出される監視計器の
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後		
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 d. 消火系による使用済燃料プールへの注水 非常時運転手順書(「使用済燃料プール監視」) AM設置別機作手順書	使用済燃料プールの監視 監視基準 (1) / (2)	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) の監視項目は抽出パラメータの監視可能	
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	①	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) の監視項目は抽出パラメータの監視可能	
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	①	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) の監視項目は抽出パラメータの監視可能	
		使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	①	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) の監視項目は抽出パラメータの監視可能	
		燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	③	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系燃料取扱床放射線モニタ	4	4	③	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系燃料取扱床放射線モニタ	4	4	③	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系燃料取扱床放射線モニタ	4	4	③	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系燃料取扱床放射線モニタ	4	4	③	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系燃料取扱床放射線モニタ	4	4	③	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有線監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				監視パラメータ				評価		
		計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
				SBO影響 直後	負荷切り離し後			SBO影響 直後	負荷切り離し後			
対心手段 非常時運転手 順書II (後候 ベース) 「使用済燃料 プールの制御」 AM設備別操 作手順書	電源	M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	
		P/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	
		緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	
		緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	
		直流125V主母線盤2B電 圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	
		緊急用直流125V主母線盤 電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	
		水源の確 保	1	0	0	③	代替水源の確 保状態を確認す るパラメータ	-	-	-	-	
		判断基準 (2 / 2)										

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 [負荷切り離し後]	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 [負荷切り離し後]	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 観測II (微検 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	①	-	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	①	-	-	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	0	③	-	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系統燃料取替床排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	-	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	-	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	0	③	-	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系統燃料取替床排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	-	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	-	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				監視パラメータ				評価			
			計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO		
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後				
非常時運転手順書Ⅱ(徴候ベース)「使用済燃料アール制御」AM設備別機作手順書	操作 ② ②	補機監視機能 水源の確保	消火系ポンプ吐出ヘッド圧力	1	0	③	消火系の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	
			残留熱除去系系統流量	2	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-
			ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	代替源水源の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
1.11.2.2 使用済燃料プールからの大量の水の漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プールのスプレイ a. 常設低圧代替注水系 (常設スプレイヘッド) を使用した使用済燃料プールへのスプレイ 非常時運転手順書II (微候ベース)「使用済燃料プールの制御」 AM設備別操作手順書	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することによって、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	①	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することによって、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		使用済燃料プール監視力	1	1	①	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することによって、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		緊急用M/C電圧	1	1	③	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	
	電源	緊急用P/C電圧	1	1	③	-	-	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	-	-	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	
	①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ									

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	分類	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	SBO影響 負荷切り直し後	計器故障等	SBO		
非常時運転手順書Ⅱ(既設ベース)「使用済燃料プール制御」AM設備別操作手順書 1 / 2 2 / 2	水源の確保	低圧代替注水系統原子炉注水流速(常設ライン用)	1	1			低圧代替注水系統原子炉注水流速(常設ライン用)	1	1	1			代替注水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
		低圧代替注水系統原子炉注水流速(可搬ライン用)	1	1			低圧代替注水系統原子炉注水流速(可搬ライン用)	1	1	1				
		低圧代替注水系統原子炉注水流速(可搬ライン用)	1	1			低圧代替注水系統原子炉注水流速(可搬ライン用)	1	1	1				
		低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量(常設ライン用)	1	1			低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量(可搬ライン用)	1	1	1				
		低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量(可搬ライン用)	1	1			低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量(可搬ライン用)	1	1	1				
		原子炉水位(既設)	2	2			原子炉水位(既設)	2	2	2				
		原子炉水位(SA広域)	1	1			原子炉水位(SA広域)	1	1	1				
		原子炉水位(SA燃料)	1	1			原子炉水位(SA燃料)	1	1	1				
		サブレンジン・プール水位	1	1			サブレンジン・プール水位	1	1	1				
		常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	2			常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	2	2				
使用済燃料プールの監視 1 / 2 2 / 2	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール温度(SA)	1	1	①		使用済燃料プール温度・温度(SA広域)	1	1	1			使用済燃料プール内の冷却状況、燃料線の運転状況及び燃料線の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能 使用済燃料プール内の冷却状況、燃料線の運転状況及び燃料線の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
		使用済燃料プール温度(SA)	1	1	①		使用済燃料プール温度(SA)	1	1	1				
		使用済燃料プール温度(SA)	1	1	①		使用済燃料プール温度(SA)	1	1	1				

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの種類理由			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 順書Ⅱ(徴候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視 操作 (2 / 3)	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系燃料取替床排気ダクト放射線モニタ	4	4	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		低圧代替注水系使用済燃料プール流量 (常設ライン用)	1	1	③	低圧代替注水系の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
対応手段 非常時運転手 順書 II (敬候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 機 作 (3 / 3)	代替淡水貯槽水位	1	1	1	1	1	1	1	1	代替淡水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替淡水貯槽水 位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン拡張用)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン拡張用)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代替注水系格納容器下部注 水流量	1	1	1	1	1	1	1		1
			原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2		2
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	2		2
原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	1				
原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1				
サブレーション・プール水位	1	1	1	1	1	1	1	1				
常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審
 査資料 1.1~1.14 から
 抽出される監視計器の
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				評価
		分類	計器名称	計器数	計器数	分類	計器名称	計器数	計器数	
1.11.2.2 使用済燃料プールスプレッド (1) 燃料プールスプレッド b. 可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プールへのスプレッド (凉水/海水)	非常時運転手順書II (微細作業者) (使用済燃料プール制御) AM設備別編作手順書	使用済燃料プール温度 (SA)	①	1	1	使用済燃料プール温度・温度モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	①	1	1	使用済燃料プール水位・温度モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		緊急用M/C電圧	③	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	③	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母線電圧	③	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		M/C 2D電圧	③	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		P/C 2D電圧	③	1	1	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		直流125V主母線電圧	③	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		緊急用M/C電圧	③	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	③	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	直後	負荷切り履し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り履し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅱ(危機 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備明瞭 作手順書	西側淡水貯水設備水位	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系統格納器下部注水量	1	1	1	低圧代替注水系統格納器下部注水量	1	1	1		
判断基準 (2/2)	水源の確保	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位(燃料域)	2	2	2	原子炉水位(燃料域)	2	2	2		
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1		
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1		
		サブプレッション・プール水位	1	1	1	サブプレッション・プール水位	1	1	1		
		低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1		
		低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン・燃料域用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン・燃料域用)	1	1	1		
		低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	1		
		低圧代替注水系統格納器下部注水量(可搬ライン・燃料域用)	1	1	1	低圧代替注水系統格納器下部注水量(可搬ライン・燃料域用)	1	1	1		
		低圧代替注水系統格納器下部注水量(可搬ライン)	1	1	1	低圧代替注水系統格納器下部注水量(可搬ライン)	1	1	1		
代替淡水貯槽水位	1	1	1	代替淡水貯槽水位	1	1	1	代替淡水貯槽を水源としている系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能			
常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	2	2	常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	2	2	代替淡水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	SDI影響		計器名称	計器数	SDI影響		
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ (常設 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備初期 作手順書	使用済燃料 プールの監視 操作 (1, 3)	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	①	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		燃料貯蔵フロア燃料プール監視カメラ	1	1	①	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		燃料貯蔵フロア放射線モニタ	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		燃料貯蔵フロア放射線モニタ	1	1	①	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		燃料貯蔵フロア放射線モニタ	1	1	①	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		燃料貯蔵フロア放射線モニタ	1	1	①	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		燃料貯蔵フロア放射線モニタ	1	1	①	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		燃料貯蔵フロア放射線モニタ	1	1	①	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		燃料貯蔵フロア放射線モニタ	1	1	①	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		燃料貯蔵フロア放射線モニタ	1	1	①	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		燃料貯蔵フロア放射線モニタ	1	1	①	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
 【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				評価		
		分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
非常時運転手順書II(微候ベース) 「使用済燃料プールの制御」 AM設備別操作手順書	操作 (2 / 3) 水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン取付域用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(ばり帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SAばり帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッジョン・プール水位	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 順書Ⅱ(微候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確 保	代替淡水貯槽水位	1	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	代替淡水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替淡水貯槽水 位の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1		
							低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1		
							低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1		
							低圧代替注水系統格納容器スプレ イ流量(常設ライン用)	1	1		
							低圧代替注水系統格納容器スプレ イ流量(可搬ライン用)	1	1		
							低圧代替注水系統格納容器下部注 水流量	1	1		
							原子炉水位(広帯域)	2	2		
							原子炉水位(燃料域)	2	2		
							原子炉水位(SA広帯域)	1	1		
原子炉水位(SA燃料域)	1	1									
サブプレッジョン・プール水位	1	1									
常設低圧代替注水系統ポンプ吐出 圧力	2	2									

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バウメータを計測する計器		補助バウメータ		計器名称	抽出バウメータの代替バウメータを計測する計器		計器故障等	SPD		
			計器数	直後 / 負荷切り直し後	バウメータ / 分類	分類理由		計器数	直後 / 負荷切り直し後				
1.11.2.2 使用済燃料プールから大量の水の漏えい発生時の対応手順 (①) 燃料プールスプレイ (高圧) による冷却 「使用済燃料プール制御」 AM設備別機作手順書	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況を確認し、必要に応じて監視項目は抽出バウメータにて確認	-		
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況を確認し、必要に応じて監視項目は抽出バウメータにて確認	-		
		使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況を確認し、必要に応じて監視項目は抽出バウメータにて確認	-		
		燃料取替プロセス燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	①	-	燃料取替プロセス燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況を確認し、必要に応じて監視項目は抽出バウメータにて確認	-		
		原子炉建屋換気系統放射線モニタ	4	4	③	-	原子炉建屋換気系統放射線モニタ	4	4	使用済燃料プール内の冷却状況を確認し、必要に応じて監視項目は抽出バウメータにて確認	-		
		原子炉建屋換気系統放射線モニタ	4	4	③	-	原子炉建屋換気系統放射線モニタ	4	4	使用済燃料プール内の冷却状況を確認し、必要に応じて監視項目は抽出バウメータにて確認	-		
		緊急用M/C電圧	1	1	③	-	緊急用M/C電圧	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況を確認し、必要に応じて監視項目は抽出バウメータにて確認	-		
		緊急用P/C電圧	1	1	③	-	緊急用P/C電圧	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況を確認し、必要に応じて監視項目は抽出バウメータにて確認	-		
		緊急用交流(125)主母線電圧	1	1	③	-	緊急用交流(125)主母線電圧	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況を確認し、必要に応じて監視項目は抽出バウメータにて確認	-		

①: 重要監視バウメータ, ②: 有価監視バウメータ, ③: 補助バウメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	直後 SPO影響 負荷切り直し後	ハワメータ	補助ハワメータ	計器名称	計器数	直後 SPO影響 負荷切り直し後	計器故障等	SBO		
非常時運転手 手順Ⅱ (復旧 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 (2 / 2)	代替淡水貯槽水位	1	1				低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1		代替淡水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替淡水貯槽水 位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
								低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン制御用)	1	1			
								低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可換ライン用)	1	1			
								低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可換ライン制御用)	1	1			
								低圧代替注水系統熱交換器スプレ イ流量 (常設ライン用)	1	1			
								低圧代替注水系統熱交換器スプレ イ流量 (可換ライン用)	1	1			
								低圧代替注水系統熱交換器下部注 水流量	1	1			
								原子炉水位 (広帯域)	2	2			
								原子炉水位 (燃料域)	2	2			
								原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1			
機 作 (1 / 2)	使用済燃 料プ ールの監視	使用済燃料プール温度 (S.A.)	1	1				原子炉水位 (広帯域)	2	2		原子炉水位、サブプレッション・ プール水位の変化より、代替淡 水貯槽水位の代替監視可能 代替淡水貯槽を水源とするポン プの吐出圧力より、代替淡水貯 槽水位が確保されていることを 監視可能 使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで きる、使用済燃料プールの監視可 能 使用済燃料プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで きる、使用済燃料プールの監視可 能 使用済燃料プールの監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
								原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1			
								サブプレッション・プール水位	1	1			
								常設低圧代替注水系統ポンプ吐出 圧力	2	2			
								使用済燃料プール水位・温度 (S.A.広域)	1	1			
								使用済燃料プールエリア放射線 モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1			
								使用済燃料プール監視カメラ	1	1			
								使用済燃料プール温度 (S.A.)	1	1			
								使用済燃料プール温度 (放射線 モニタ (高レンジ・低レンジ))	1	1			
								使用済燃料プール監視カメラ	1	1			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	直後	SBO影響	計器数	直後	SBO影響	計器故障等	SBO
1.11.2.2 使用済燃料プールからの大量の水の漏えい発生時の対応手順 (2) 漏えい緩和									
a. 使用済燃料プール漏えい緩和									
非常時運転手順書 II (廃燃料「使用済燃料プール制御」) AM設備別操作手順書									
使用済燃料プールの監視									
別紙 基準 (1) 2)									
使用済燃料プール温度 (SA)	①	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能
使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	①	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能
使用済燃料プール監視カメラ	①	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能
使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	① ①	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能
燃料貯蔵フロア燃料プールエリア放射線モニタ	③	1	0	0	1	0	0	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ
原子炉建屋換気室燃料取扱排気ダクト放射線モニタ	③	4	4	0	4	0	0	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ
原子炉建屋換気室排気ダクト放射線モニタ	③	4	4	0	4	0	0	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
非常時運転手順書II(微候ベース)「使用済燃料プールの制御」AM設備別操作手順書	電源 判断基準 (2 / 2)		緊急用M/C電圧	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
			緊急用P/C電圧	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
			緊急用直流125V主母線盤電圧	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価					
			計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
非常時運転手 観望II (微炭 ベース) 【使用済燃料 プール前側】 AM設備別機 作手順書	操作	使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することから、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することから、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することから、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	① ①	-	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することから、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	0	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
			原子炉建屋燃焼系燃料取替床排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
			原子炉建屋燃焼系排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
非常時運転中 項目B (燃料 貯蔵槽) [使用済燃料 プール制御] AM設備別機 作手順書	1.11.2.3 重大事故等時における使用済燃料プールの状態監視 (1) 使用済燃料プールの状態監視 a. 使用済燃料プール監視カメラ用空冷装置起動	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール内の高放射線状態、放射線の遮蔽状況及び燃料貯蔵槽内の監視可能。使用済燃料プールの監視可能。	監視事項は抽出パラメータにて確認
	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール内の高放射線状態、放射線の遮蔽状況及び燃料貯蔵槽内の監視可能。使用済燃料プールの監視可能。	監視事項は抽出パラメータにて確認
	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール内の高放射線状態、放射線の遮蔽状況及び燃料貯蔵槽内の監視可能。使用済燃料プールの監視可能。	監視事項は抽出パラメータにて確認
	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール内の高放射線状態、放射線の遮蔽状況及び燃料貯蔵槽内の監視可能。使用済燃料プールの監視可能。	監視事項は抽出パラメータにて確認
	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール内の高放射線状態、放射線の遮蔽状況及び燃料貯蔵槽内の監視可能。使用済燃料プールの監視可能。	監視事項は抽出パラメータにて確認
	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール内の高放射線状態、放射線の遮蔽状況及び燃料貯蔵槽内の監視可能。使用済燃料プールの監視可能。	監視事項は抽出パラメータにて確認
	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール内の高放射線状態、放射線の遮蔽状況及び燃料貯蔵槽内の監視可能。使用済燃料プールの監視可能。	監視事項は抽出パラメータにて確認
	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール内の高放射線状態、放射線の遮蔽状況及び燃料貯蔵槽内の監視可能。使用済燃料プールの監視可能。	監視事項は抽出パラメータにて確認
	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール内の高放射線状態、放射線の遮蔽状況及び燃料貯蔵槽内の監視可能。使用済燃料プールの監視可能。	監視事項は抽出パラメータにて確認
	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール内の高放射線状態、放射線の遮蔽状況及び燃料貯蔵槽内の監視可能。使用済燃料プールの監視可能。	監視事項は抽出パラメータにて確認
電圧	緊急用M/C電圧	緊急用M/C電圧	1	緊急用M/C電圧	1	緊急用M/C電圧の監視可能。	-
	緊急用P/C電圧	緊急用P/C電圧	1	緊急用P/C電圧	1	緊急用P/C電圧の監視可能。	-
	緊急用直流12V主母線電圧	緊急用直流12V主母線電圧	1	緊急用直流12V主母線電圧	1	緊急用直流12V主母線電圧の監視可能。	-
	緊急用M/C電圧	緊急用M/C電圧	1	緊急用M/C電圧	1	緊急用M/C電圧の監視可能。	-
機作	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール内の高放射線状態、放射線の遮蔽状況及び燃料貯蔵槽内の監視可能。使用済燃料プールの監視可能。	監視事項は抽出パラメータにて確認
	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール内の高放射線状態、放射線の遮蔽状況及び燃料貯蔵槽内の監視可能。使用済燃料プールの監視可能。	監視事項は抽出パラメータにて確認
	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール内の高放射線状態、放射線の遮蔽状況及び燃料貯蔵槽内の監視可能。使用済燃料プールの監視可能。	監視事項は抽出パラメータにて確認
	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール監視カメラ (SA)	1	使用済燃料プール内の高放射線状態、放射線の遮蔽状況及び燃料貯蔵槽内の監視可能。使用済燃料プールの監視可能。	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後		
1.11.2.4 使用済燃料プールからの発生する水蒸気による影響を防止するための対応手順 a. 代替燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 (g) 代替燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 非常時運転手順書 II (廃炉ベース)「使用済燃料プール制御」AM設備別機作手順書	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
		使用済燃料プール温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
		スキマセンサー	1	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
		緊急用M/C電圧	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
		緊急用P/C電圧	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
		緊急用直流12V主保線電圧	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
		緊急用排水系流量 (代替燃料プール冷却系熱交換器)	1	1	緊急用排水系の運転状態を確認するパラメータ	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
		監視機能							
		電源							

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(徴候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料 プールの監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び臨界 防止状況を確認することができ 、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール水 位・温度 (SA広域)	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び臨界 防止状況を確認することができ 、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール監視 カメラ	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び臨界 防止状況を確認することができ 、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	補機監視 機能	代替燃料プール冷却系 熱交換器出口温度 緊急用海水系流量(代 替燃料プール冷却系熱 交換器)	1	1	1	1	1	1	1	緊急用海水系の 運転状態を確認 するパラメータ 運転用海水系を確認 するパラメータ	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ分類		補助パラメータ分類理由	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	SBO		
			計器数	直後 負荷切り離し後	計器数	直後 負荷切り離し後			計器数	直後 負荷切り離し後				
1.11.2.4 使用済燃料プールからの発生する水蒸気による使用済燃料プールの除熱 (1) 使用済燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 a. 代替燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 (b) 緊急用海水系による冷却水(海水)の確保 非常時運転手順書II(徴候ベース)「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	使用済燃料プールの除熱 使用済燃料プールの監視 電源	使用済燃料プール温度(SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール温度・温度モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		使用済燃料プール温度(SA広域)	1	1	①	-	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		使用済燃料プール温度・温度モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	1	①	-	使用済燃料プール温度(SA)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	①	-	使用済燃料プール温度(SA広域)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	緊急用M/C電圧	1	1	-	-	-	-	
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	緊急用P/C電圧	1	1	-	-	-	-	
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対芯手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	使用済燃料プールの監視機能	使用済燃料プール温度(SA)	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度(SA広域) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール水位・温度(SA広域)	1	1	1	1	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度(SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		緊急用海水系流量(代替燃料プール冷却系熱交換器)	1	1	1	1	使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	
1.11.2.4 使用済燃料プールから発生する水蒸気による悪影響を防止するための対応手順 a. 代替燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 (c) 代替燃料プール冷却系として使用する可搬型代替注水大型ポンプによる冷却水(海水)の確保								
非常時運転手順書 II (備録「使用済燃料プール制御」) AM設備別操作手順書	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可にて確認
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可にて確認
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可にて確認
電源	緊急用M/C電圧	緊急用M/C電圧	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可にて確認
		緊急用P/C電圧	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可にて確認
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可にて確認

①：重監監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
			計器数	補助パラメータ分類	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内格納容器の破損時	原子炉格納容器内格納容器の破損監視器	2	1	0	0	0	原子炉格納容器内の水位より代替監視可能
	原子炉格納容器内の放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の放射性物質の拡散監視器	2	1	0	0	0	原子炉格納容器内の水位より代替監視可能
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の格納容器の破損時	原子炉格納容器内の格納容器の破損監視器	2	2	2	0	0	原子炉格納容器内の格納容器の破損監視器から原子炉格納容器内の水位より代替監視可能
	原子炉格納容器内の放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の放射性物質の拡散監視器	2	2	2	0	0	原子炉格納容器内の放射性物質の拡散監視器から原子炉格納容器内の水位より代替監視可能
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の格納容器の破損時	原子炉格納容器内の格納容器の破損監視器	3	3	1	1	0	原子炉格納容器内の格納容器の破損監視器から原子炉格納容器内の水位より代替監視可能
	原子炉格納容器内の放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の放射性物質の拡散監視器	2	2	1	1	0	原子炉格納容器内の放射性物質の拡散監視器から原子炉格納容器内の水位より代替監視可能
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の格納容器の破損時	原子炉格納容器内の格納容器の破損監視器	3	3	1	1	0	原子炉格納容器内の格納容器の破損監視器から原子炉格納容器内の水位より代替監視可能
	原子炉格納容器内の放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の放射性物質の拡散監視器	2	2	1	1	0	原子炉格納容器内の放射性物質の拡散監視器から原子炉格納容器内の水位より代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
			計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の格納容器の破損時	格納容器内格納容器の破損監視器	2	2	格納容器内格納容器の破損監視器	2	2	直接的に格納容器内格納容器の破損監視器から原子炉格納容器内の水位より代替監視可能
	原子炉格納容器内の放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の放射性物質の拡散監視器	2	2	原子炉格納容器内の放射性物質の拡散監視器	2	2	直接的に格納容器内格納容器の放射性物質の拡散監視器から原子炉格納容器内の水位より代替監視可能
	原子炉格納容器内の放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の放射性物質の拡散監視器	4	4	原子炉格納容器内の放射性物質の拡散監視器	1	1	原子炉格納容器内の放射性物質の拡散監視器から原子炉格納容器内の水位より代替監視可能
		原子炉格納容器内の放射性物質の拡散監視器	4	4	原子炉格納容器内の放射性物質の拡散監視器	1	1	原子炉格納容器内の放射性物質の拡散監視器から原子炉格納容器内の水位より代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	補助パラメータ分類	計器名称	計器数	
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の格納容器の破損時	原子炉格納容器内の格納容器の破損監視器	2	1	0	0	原子炉格納容器内の格納容器の破損監視器から原子炉格納容器内の水位より代替監視可能
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の放射性物質の拡散監視器	2	2	2	0	原子炉格納容器内の放射性物質の拡散監視器から原子炉格納容器内の水位より代替監視可能
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の格納容器の破損時	原子炉格納容器内の格納容器の破損監視器	3	3	1	1	原子炉格納容器内の格納容器の破損監視器から原子炉格納容器内の水位より代替監視可能
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の放射性物質の拡散監視器	2	2	1	1	原子炉格納容器内の放射性物質の拡散監視器から原子炉格納容器内の水位より代替監視可能

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等
 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出バラムータを計測する計器			抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	抽出バラムータ 分類理由	計器名称	計器数	抽出バラムータ 分類理由	計器故障等	SBO	
多様なハザード対応手 順 【大容量送水車（原子 炉運転放水設備）及 び放水砲による大気へ の放射性物質の拡散抑 制】	使用燃料 プール の監視	燃料プール水位低 警報	1	1	-	燃料プール水位低 警報	1	1	使用燃料プール内の燃料体等の発熱状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること ができ、使用燃料プールの監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		使用燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA)	1	1	①	使用燃料貯蔵プール水位・温 度(SA広域)	1	1	使用燃料貯蔵プール内の燃料体等の発熱状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること ができ、使用燃料プールの監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		使用燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA広域)	1	1	①	使用燃料貯蔵プール水位・温 度(SA)	1	1	使用燃料貯蔵プール内の燃料体等の発熱状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること ができ、使用燃料プールの監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		使用燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	-	使用燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	使用燃料貯蔵プール内の燃料体等の発熱状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること ができ、使用燃料プールの監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		使用燃料貯蔵プール放射線 モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	1	-	使用燃料貯蔵プール放射線 モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	1	使用燃料貯蔵プール内の燃料体等の発熱状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること ができ、使用燃料プールの監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		使用燃料貯蔵プール放射線 モニタ(低レンジ・低レンジ)	1	1	-	使用燃料貯蔵プール放射線 モニタ(低レンジ・低レンジ)	1	1	使用燃料貯蔵プール内の燃料体等の発熱状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること ができ、使用燃料プールの監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出バラムータを計測する計器			抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	抽出バラムータ 分類理由	計器名称	計器数	抽出バラムータ 分類理由	計器故障等	SBO	
重大事故等対 処手順 【大容量送水車（原子 炉運転放水設備）及 び放水砲による大気へ の放射性物質の拡散抑 制】	使用燃料 プール の監視	原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力(広域)	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	監視事項は主 要ハザードにて 確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力(広域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	監視事項は主 要ハザードにて 確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力(広域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	監視事項は主 要ハザードにて 確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力(広域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	監視事項は主 要ハザードにて 確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力(広域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	監視事項は主 要ハザードにて 確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力(広域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	監視事項は主 要ハザードにて 確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力(広域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	監視事項は主 要ハザードにて 確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力(広域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	監視事項は主 要ハザードにて 確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力(広域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	監視事項は主 要ハザードにて 確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力(広域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	監視事項は主 要ハザードにて 確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力(広域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	監視事項は主 要ハザードにて 確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力(広域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	監視事項は主 要ハザードにて 確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力(広域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	監視事項は主 要ハザードにて 確認

①：重要監視バラムータ、②：有効監視バラムータ、③：補助バラムータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出バラムータを計測する計器			抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	抽出バラムータ 分類理由	計器名称	計器数	抽出バラムータ 分類理由	計器故障等	SBO	
重大事故等対 処手順 【大容量送水車（原子 炉運転放水設備）及 び放水砲による大気へ の放射性物質の拡散抑 制】	使用燃料 プール の監視	原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力(広域)	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	監視事項は主 要ハザードにて 確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力(広域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	監視事項は主 要ハザードにて 確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力(広域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	監視事項は主 要ハザードにて 確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力(広域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	監視事項は主 要ハザードにて 確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力(広域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	監視事項は主 要ハザードにて 確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力(広域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	監視事項は主 要ハザードにて 確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力(広域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	監視事項は主 要ハザードにて 確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力(広域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	監視事項は主 要ハザードにて 確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力(広域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	監視事項は主 要ハザードにて 確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力(広域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	監視事項は主 要ハザードにて 確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力(広域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	監視事項は主 要ハザードにて 確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力(広域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	監視事項は主 要ハザードにて 確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	原子炉圧力(広域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	監視事項は主 要ハザードにて 確認

備考
 ・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審
 査資料 1.1~1.14 から
 抽出される監視計器の
 相違

重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称等	評価
			計器数	直後		直後	負荷切り履き後		計器数	直後		
多量なバード対応手 [大気放出水車(原子 力発電所放水設備)]及 び放水船による大気へ の放射性物質の拡散抑 制)	原子炉圧 力容器へ の注水量	高圧代替注水系統流量 (注水流量)	1	1	①			低圧代替注水系統原子炉注 水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注 水流量(常設ライン兼用) 低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン兼用)	1	1	1	水質である低圧代替注水系統(SA)の水質変化により代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①			低圧代替注水系統原子炉注 水流量(常設ライン兼用) 低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン兼用)	1	1	1	水質である低圧代替注水系統(SA)の水質変化により代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉冷却系流量(000 A系代 替注水流量)	1	1	①			原子炉冷却系流量(000 A系代 替注水流量)	1	1	1	水質である原子炉冷却系流量(SA)の水質変化により代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①			原子炉冷却系流量(000 B系代 替注水流量)	1	1	1	水質である原子炉冷却系流量(SA)の水質変化により代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉冷却系流量(000 C系代 替注水流量)	1	1	①			原子炉冷却系流量(000 C系代 替注水流量)	1	1	1	水質である原子炉冷却系流量(SA)の水質変化により代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①			原子炉冷却系流量(000 D系代 替注水流量)	1	1	1	水質である原子炉冷却系流量(SA)の水質変化により代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉冷却系流量(000 E系代 替注水流量)	1	1	①			原子炉冷却系流量(000 E系代 替注水流量)	1	1	1	水質である原子炉冷却系流量(SA)の水質変化により代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①			原子炉冷却系流量(000 F系代 替注水流量)	1	1	1	水質である原子炉冷却系流量(SA)の水質変化により代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉冷却系流量(000 G系代 替注水流量)	1	1	①			原子炉冷却系流量(000 G系代 替注水流量)	1	1	1	水質である原子炉冷却系流量(SA)の水質変化により代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①			原子炉冷却系流量(000 H系代 替注水流量)	1	1	1	水質である原子炉冷却系流量(SA)の水質変化により代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称等	評価
			計器数	直後		直後	負荷切り履き後		計器数	直後		
重大事故等対 処要項	原子炉圧 力容器へ の注水量 (①)	①	1	1	①			低圧代替注水系統原子炉注 水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注 水流量(常設ライン兼用) 低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン兼用)	1	1	1	水質である低圧代替注水系統(SA)の水質変化により代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①			低圧代替注水系統原子炉注 水流量(常設ライン兼用) 低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン兼用)	1	1	1	水質である低圧代替注水系統(SA)の水質変化により代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉冷却系流量(000 A系代 替注水流量)	原子炉冷却系流量(000 B系代 替注水流量)	①	1	1	①			原子炉冷却系流量(000 A系代 替注水流量)	1	1	1	水質である原子炉冷却系流量(SA)の水質変化により代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①			原子炉冷却系流量(000 B系代 替注水流量)	1	1	1	水質である原子炉冷却系流量(SA)の水質変化により代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉冷却系流量(000 C系代 替注水流量)	原子炉冷却系流量(000 D系代 替注水流量)	①	1	1	①			原子炉冷却系流量(000 C系代 替注水流量)	1	1	1	水質である原子炉冷却系流量(SA)の水質変化により代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①			原子炉冷却系流量(000 D系代 替注水流量)	1	1	1	水質である原子炉冷却系流量(SA)の水質変化により代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉冷却系流量(000 E系代 替注水流量)	原子炉冷却系流量(000 F系代 替注水流量)	①	1	1	①			原子炉冷却系流量(000 E系代 替注水流量)	1	1	1	水質である原子炉冷却系流量(SA)の水質変化により代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①			原子炉冷却系流量(000 F系代 替注水流量)	1	1	1	水質である原子炉冷却系流量(SA)の水質変化により代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉冷却系流量(000 G系代 替注水流量)	原子炉冷却系流量(000 H系代 替注水流量)	①	1	1	①			原子炉冷却系流量(000 G系代 替注水流量)	1	1	1	水質である原子炉冷却系流量(SA)の水質変化により代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①			原子炉冷却系流量(000 H系代 替注水流量)	1	1	1	水質である原子炉冷却系流量(SA)の水質変化により代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉冷却系流量(000 I系代 替注水流量)	原子炉冷却系流量(000 J系代 替注水流量)	①	1	1	①			原子炉冷却系流量(000 I系代 替注水流量)	1	1	1	水質である原子炉冷却系流量(SA)の水質変化により代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①			原子炉冷却系流量(000 J系代 替注水流量)	1	1	1	水質である原子炉冷却系流量(SA)の水質変化により代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称等	評価
			計器数	直後		直後	負荷切り履き後		計器数	直後		
原子力発電所外への放射 性物質の拡散抑制 (放水船による大気への放 射性物質の拡散抑制)	燃料プールの放射線 モニタ(高エネルギー放射線 モニタ)	燃料プール水位監視メ ータ(SA)	1	1	①			燃料プール水位監視メ ータ(SA)	1	1	1	燃料プールの水位監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	0	①			燃料プールの放射線モニ タ(高エネルギー放射線 モニタ)	1	1	1	燃料プールの放射線監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		燃料プール水位監視メ ータ(SA)	1	1	①			燃料プール水位監視メ ータ(SA)	1	1	1	燃料プールの水位監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	0	①			燃料プールの放射線モニ タ(高エネルギー放射線 モニタ)	1	1	1	燃料プールの放射線監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		燃料プールの放射線 モニタ(高エネルギー放射線 モニタ)	1	1	①			燃料プールの放射線モニ タ(高エネルギー放射線 モニタ)	1	1	1	燃料プールの放射線監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	0	①			燃料プールの放射線モニ タ(高エネルギー放射線 モニタ)	1	1	1	燃料プールの放射線監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		燃料プールの放射線 モニタ(高エネルギー放射線 モニタ)	1	1	①			燃料プールの放射線モニ タ(高エネルギー放射線 モニタ)	1	1	1	燃料プールの放射線監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	0	①			燃料プールの放射線モニ タ(高エネルギー放射線 モニタ)	1	1	1	燃料プールの放射線監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		燃料プールの放射線 モニタ(高エネルギー放射線 モニタ)	1	1	①			燃料プールの放射線モニ タ(高エネルギー放射線 モニタ)	1	1	1	燃料プールの放射線監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	0	①			燃料プールの放射線モニ タ(高エネルギー放射線 モニタ)	1	1	1	燃料プールの放射線監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器数	パラメータ 分類	抽出理由	抽出パラメータ 分類	計器数	パラメータ 分類	抽出理由	抽出パラメータ 分類			
1.2.1 発電所外への放射性物質の拡散抑制 a. 放射性物質拡散抑制 b. 放射性物質拡散抑制 c. 放射性物質拡散抑制	原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視	原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視	2	1	0	①	2	0	0	0	0	原子炉内圧力監視モニタの上限より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
			2	1	0	①	2	0	0	0	0	原子炉内圧力監視モニタの上限より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
			2	2	2	①	2	2	2	①	2	2	原子炉内圧力監視モニタの上限より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
1.2.2 発電所外への放射性物質の拡散抑制 a. 放射性物質拡散抑制 b. 放射性物質拡散抑制 c. 放射性物質拡散抑制	原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視	原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視	3	3	1	①	3	3	1	1	1	原子炉内圧力監視モニタの上限より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
			2	2	1	①	2	2	1	1	1	1	原子炉内圧力監視モニタの上限より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
			2	2	1	①	2	2	1	1	1	1	原子炉内圧力監視モニタの上限より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
1.2.3 発電所外への放射性物質の拡散抑制 a. 放射性物質拡散抑制 b. 放射性物質拡散抑制 c. 放射性物質拡散抑制	原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視	原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視	1	1	1	①	1	1	1	1	1	原子炉内圧力監視モニタの上限より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
			1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	原子炉内圧力監視モニタの上限より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	原子炉内圧力監視モニタの上限より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器数	パラメータ 分類	抽出理由	抽出パラメータ 分類	計器数	パラメータ 分類	抽出理由	抽出パラメータ 分類			
重大事故等 対策要領	原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視	原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視	1	1	①	1	1	1	①	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (S.A.広域) 監視事項は抽出理由より確認可能	
			1	1	①	1	1	①	1	1	①	1	使用済燃料プール温度 (S.A.広域) 監視事項は抽出理由より確認可能
			1	1	①	1	1	①	1	1	①	1	使用済燃料プール温度 (S.A.広域) 監視事項は抽出理由より確認可能
			1	1	①	1	1	①	1	1	①	1	使用済燃料プール温度 (S.A.広域) 監視事項は抽出理由より確認可能
			1	1	①	1	1	①	1	1	①	1	使用済燃料プール温度 (S.A.広域) 監視事項は抽出理由より確認可能
			1	1	①	1	1	①	1	1	①	1	使用済燃料プール温度 (S.A.広域) 監視事項は抽出理由より確認可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
			計器数	パラメータ 分類	抽出理由	抽出パラメータ 分類	計器数	パラメータ 分類	抽出理由	抽出パラメータ 分類					
重大事故等 対策要領	原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視	原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視 原子炉内圧力監視	1	1	①	1	1	①	1	1	①	1	使用済燃料プール水位・温度 (S.A.広域) 監視事項は抽出理由より確認可能		
			1	0	①	1	1	①	1	1	①	1	①	1	使用済燃料プール温度 (S.A.広域) 監視事項は抽出理由より確認可能
			1	1	①	1	1	①	1	1	①	1	①	1	使用済燃料プール温度 (S.A.広域) 監視事項は抽出理由より確認可能
			1	1	①	1	1	①	1	1	①	1	①	1	使用済燃料プール温度 (S.A.広域) 監視事項は抽出理由より確認可能
			1	1	①	1	1	①	1	1	①	1	①	1	使用済燃料プール温度 (S.A.広域) 監視事項は抽出理由より確認可能
			1	1	①	1	1	①	1	1	①	1	①	1	使用済燃料プール温度 (S.A.広域) 監視事項は抽出理由より確認可能
			1	1	①	1	1	①	1	1	①	1	①	1	使用済燃料プール温度 (S.A.広域) 監視事項は抽出理由より確認可能
			1	1	①	1	1	①	1	1	①	1	①	1	使用済燃料プール温度 (S.A.広域) 監視事項は抽出理由より確認可能
			1	1	①	1	1	①	1	1	①	1	①	1	使用済燃料プール温度 (S.A.広域) 監視事項は抽出理由より確認可能
			1	1	①	1	1	①	1	1	①	1	①	1	使用済燃料プール温度 (S.A.広域) 監視事項は抽出理由より確認可能
			1	1	①	1	1	①	1	1	①	1	①	1	使用済燃料プール温度 (S.A.広域) 監視事項は抽出理由より確認可能

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ分類理由	抽出パラメータ分類	抽出パラメータを計測する計器		評価
			計器数	直後			計器数	直後	
多量なバード汚染手 上放射性物質増量 による核種への放射性物 質の拡散抑制	原子炉圧 力監視 2 3	高圧代替注水系統流量	1	1	1	①	1	1	水素貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	①	1	1	水素貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		復水補給水系統流量(400kPa系)	1	1	1	①	1	1	水素貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		復水補給水系統流量(400kPa系)	1	1	1	①	1	1	水素貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉冷却系流量	1	1	1	①	1	1	水素貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉冷却系流量	1	1	1	①	1	1	水素貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉冷却系流量	1	1	1	①	1	1	水素貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉冷却系流量	1	1	1	①	1	1	水素貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉冷却系流量	1	1	1	①	1	1	水素貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉冷却系流量	1	1	1	①	1	1	水素貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ分類理由	抽出パラメータ分類	抽出パラメータを計測する計器		評価	
			計器数	直後			計器数	直後		
原子炉格 納容器へ の注水量 操作 (1 / 3)	原子炉格 納容器内 の圧力	低圧代替注水系統格納容器 スプレイ流量(常設ライ ン用)	1	1	①	-	1	1	代替注水貯槽水位、西側淡水貯水設備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 格納容器スプレイ流量の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		低圧代替注水系統格納容器 スプレイ流量(可搬ライ ン用)	1	1	①	-	1	1	代替注水貯槽水位、西側淡水貯水設備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 格納容器スプレイ流量の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		低圧代替注水系統格納容器 下部注水流量	1	1	①	-	10	10	1	代替注水貯槽水位、西側淡水貯水設備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 格納容器下部注水流量の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	-	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測するこ とができ、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	-	8	8	8	飽和温度/圧力の関係から、ドライウ エル雰囲気温度により代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	-	2	0	0	監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器)により代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	-	2	2	2	監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器)により代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	-	2	2	2	監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器)により代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	-	2	2	2	監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器)により代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	-	2	2	2	監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器)により代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ分類理由	抽出パラメータ分類	抽出パラメータを計測する計器		評価	
			計器数	直後			計器数	直後		
原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉格 納容器内 の圧力	低圧代替注水系統格納容器 スプレイ流量(常設ライ ン用)	1	1	①	-	1	1	代替注水貯槽水位、西側淡水貯水設備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 格納容器スプレイ流量の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		低圧代替注水系統格納容器 スプレイ流量(可搬ライ ン用)	1	1	①	-	1	1	代替注水貯槽水位、西側淡水貯水設備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 格納容器スプレイ流量の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		低圧代替注水系統格納容器 下部注水流量	1	1	①	-	10	10	1	代替注水貯槽水位、西側淡水貯水設備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 格納容器下部注水流量の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	-	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測するこ とができ、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	-	8	8	8	飽和温度/圧力の関係から、ドライウ エル雰囲気温度により代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	-	2	0	0	監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器)により代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	-	2	2	2	監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器)により代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	-	2	2	2	監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器)により代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	-	2	2	2	監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器)により代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内 の圧力	1	1	①	-	2	2	2	監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器)により代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
			計器名称	計器数	直後	直後	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SDI		
多量なバースト対応手順 【放射線物質吸着材による廃液への放射性物質の拡散抑制】	使用済燃料プールの監視	2 / 3	燃料プール水位低 警報	2	3	1	0	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA)	1	1	1	0	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA広域)	1	1	1	0	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	0	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	0	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	0	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	0	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	0	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	0	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	0	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	0	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	0	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
			計器名称	計器数	直後	直後	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SDI	
重大事故等対 策要項	操作 (2 / 3)	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉格 納容器内 の圧力	1	1	1	0	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測する ことができ、監視可能
			原子炉建 屋内の水 素濃度	5	3	3	0	4	4	4	4	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッ ション・チェンバース内気温度により代 替監視可能
			使用済燃料プールの水位・ 温度(SA広域)	1	1	1	0	1	1	1	1	監視可能であればサブプレッション・チ ェンバース圧力(常用計器)により代替監 視可能
			使用済燃料プールの監視	1	1	1	0	1	1	1	1	静的軸流式水素再結合器 動作監視装置 により原子炉建屋水素濃度の代替監 視可能
			使用済燃料プールの監視	1	1	1	0	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能
			使用済燃料プールの監視	1	1	1	0	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能
			使用済燃料プールの監視	1	1	1	0	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能
			使用済燃料プールの監視	1	1	1	0	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能
			使用済燃料プールの監視	1	1	1	0	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能
			使用済燃料プールの監視	1	1	1	0	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能
			使用済燃料プールの監視	1	1	1	0	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能
			使用済燃料プールの監視	1	1	1	0	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
			計器名称	計器数	直後	直後	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SDI		
多量なバースト対応手順 【放射線物質吸着材による廃液への放射性物質の拡散抑制】	使用済燃料プールの監視	2 / 3	燃料プール水位低 警報	2	3	1	0	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA)	1	1	1	0	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA広域)	1	1	1	0	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	0	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	0	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	0	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	0	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	0	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	0	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	0	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	0	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	0	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
			計器数	分	時	計器数	分	時		
重大事故等対策要領	1.12.1 炉心の著しい損傷及び原子炉機械部分の破損時に使用済燃料プール内放射性物質の著しい増殖の抑制等 (注) 前掲項目は、原子炉内放射性物質の拡散抑制に関するものである。	原子炉内放射性物質の拡散抑制	原子炉内放射性物質の拡散抑制	2	1	0	2	0	0	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	2	1	0	2	0	0	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	2	2	2	2	2	2	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	3	3	1	1	1	1	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	2	2	1	1	1	1	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	3	3	1	1	1	1	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	2	2	1	1	1	1	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	3	3	1	1	1	1	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	3	3	1	1	1	1	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	3	3	1	1	1	1	原子炉内放射性物質の拡散抑制
原子炉内放射性物質の拡散抑制	3	3	1	1	1	1	原子炉内放射性物質の拡散抑制			

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
			計器数	分	時	計器数	分	時		
重大事故等対策要領	1.12.1 炉心の著しい損傷及び原子炉機械部分の破損時に使用済燃料プール内放射性物質の著しい増殖の抑制等 (注) 前掲項目は、原子炉内放射性物質の拡散抑制に関するものである。	原子炉内放射性物質の拡散抑制	原子炉内放射性物質の拡散抑制	1	1	0	1	1	0	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	1	1	0	1	1	0	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	1	1	0	1	1	0	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	1	1	0	1	1	0	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	1	1	0	1	1	0	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	1	1	0	1	1	0	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	1	1	0	1	1	0	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	1	1	0	1	1	0	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	1	1	0	1	1	0	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	1	1	0	1	1	0	原子炉内放射性物質の拡散抑制
原子炉内放射性物質の拡散抑制	1	1	0	1	1	0	原子炉内放射性物質の拡散抑制			

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
			計器数	分	時	計器数	分	時		
重大事故等対策要領	1.12.1 炉心の著しい損傷及び原子炉機械部分の破損時に使用済燃料プール内放射性物質の著しい増殖の抑制等 (注) 前掲項目は、原子炉内放射性物質の拡散抑制に関するものである。	原子炉内放射性物質の拡散抑制	原子炉内放射性物質の拡散抑制	1	1	0	1	1	0	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	1	1	0	1	1	0	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	1	1	0	1	1	0	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	1	1	0	1	1	0	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	1	1	0	1	1	0	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	1	1	0	1	1	0	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	1	1	0	1	1	0	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	1	1	0	1	1	0	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	1	1	0	1	1	0	原子炉内放射性物質の拡散抑制
			原子炉内放射性物質の拡散抑制	1	1	0	1	1	0	原子炉内放射性物質の拡散抑制

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器名称	計器数	バックアップ 区分別		計器名称	計器数	バックアップ 区分別	
多様なハザード対応予 見 （予備防止態による周 辺への放射性物質の拡 散抑制）	高圧冷却水系統流量 監視	①	高圧冷却水系統流量	1	1	1	高圧冷却水系統流量監視器	1	1	高圧冷却水系統流量監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			高圧冷却水系統流量	1	1	1	高圧冷却水系統流量監視器	1	1	高圧冷却水系統流量監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			高圧冷却水系統流量	1	1	1	高圧冷却水系統流量監視器	1	1	高圧冷却水系統流量監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			高圧冷却水系統流量	1	1	1	高圧冷却水系統流量監視器	1	1	高圧冷却水系統流量監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			高圧冷却水系統流量	1	1	1	高圧冷却水系統流量監視器	1	1	高圧冷却水系統流量監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			高圧冷却水系統流量	1	1	1	高圧冷却水系統流量監視器	1	1	高圧冷却水系統流量監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			高圧冷却水系統流量	1	1	1	高圧冷却水系統流量監視器	1	1	高圧冷却水系統流量監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			高圧冷却水系統流量	1	1	1	高圧冷却水系統流量監視器	1	1	高圧冷却水系統流量監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			高圧冷却水系統流量	1	1	1	高圧冷却水系統流量監視器	1	1	高圧冷却水系統流量監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			高圧冷却水系統流量	1	1	1	高圧冷却水系統流量監視器	1	1	高圧冷却水系統流量監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉圧 力監視 (2 / 2)	高圧冷却水系統流量	①	高圧冷却水系統流量	1	1	1	高圧冷却水系統流量監視器	1	1	高圧冷却水系統流量監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			高圧冷却水系統流量	1	1	1	高圧冷却水系統流量監視器	1	1	高圧冷却水系統流量監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			高圧冷却水系統流量	1	1	1	高圧冷却水系統流量監視器	1	1	高圧冷却水系統流量監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			高圧冷却水系統流量	1	1	1	高圧冷却水系統流量監視器	1	1	高圧冷却水系統流量監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			高圧冷却水系統流量	1	1	1	高圧冷却水系統流量監視器	1	1	高圧冷却水系統流量監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			高圧冷却水系統流量	1	1	1	高圧冷却水系統流量監視器	1	1	高圧冷却水系統流量監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			高圧冷却水系統流量	1	1	1	高圧冷却水系統流量監視器	1	1	高圧冷却水系統流量監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			高圧冷却水系統流量	1	1	1	高圧冷却水系統流量監視器	1	1	高圧冷却水系統流量監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			高圧冷却水系統流量	1	1	1	高圧冷却水系統流量監視器	1	1	高圧冷却水系統流量監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			高圧冷却水系統流量	1	1	1	高圧冷却水系統流量監視器	1	1	高圧冷却水系統流量監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器名称	計器数	バックアップ 区分別		計器名称	計器数	バックアップ 区分別	
重大事故等 発生	原子炉圧力監視	①	原子炉圧力監視	2	2	①	原子炉圧力監視器	2	2	原子炉圧力監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉圧力監視	2	2	①	原子炉圧力監視器	2	2	原子炉圧力監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉圧力監視	2	2	①	原子炉圧力監視器	2	2	原子炉圧力監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉圧力監視	2	2	①	原子炉圧力監視器	2	2	原子炉圧力監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉圧力監視	2	2	①	原子炉圧力監視器	2	2	原子炉圧力監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉圧力監視	2	2	①	原子炉圧力監視器	2	2	原子炉圧力監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉圧力監視	2	2	①	原子炉圧力監視器	2	2	原子炉圧力監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉圧力監視	2	2	①	原子炉圧力監視器	2	2	原子炉圧力監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉圧力監視	2	2	①	原子炉圧力監視器	2	2	原子炉圧力監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉圧力監視	2	2	①	原子炉圧力監視器	2	2	原子炉圧力監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器名称	計器数	バックアップ 区分別		計器名称	計器数	バックアップ 区分別	
原子力発電所重要手続 （取水機による大気への放 射性物質の拡散抑制）	燃料プール監視	①	燃料プール水位監視	1	1	①	燃料プール水位監視器	1	1	燃料プール水位監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			燃料プール水位監視	1	1	①	燃料プール水位監視器	1	1	燃料プール水位監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			燃料プール水位監視	1	1	①	燃料プール水位監視器	1	1	燃料プール水位監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			燃料プール水位監視	1	1	①	燃料プール水位監視器	1	1	燃料プール水位監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			燃料プール水位監視	1	1	①	燃料プール水位監視器	1	1	燃料プール水位監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			燃料プール水位監視	1	1	①	燃料プール水位監視器	1	1	燃料プール水位監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			燃料プール水位監視	1	1	①	燃料プール水位監視器	1	1	燃料プール水位監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			燃料プール水位監視	1	1	①	燃料プール水位監視器	1	1	燃料プール水位監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			燃料プール水位監視	1	1	①	燃料プール水位監視器	1	1	燃料プール水位監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			燃料プール水位監視	1	1	①	燃料プール水位監視器	1	1	燃料プール水位監視器 監視事項は主要パ ラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			計器数	直後		
多様なハザード対応手順 (内務防犯隊による施設 内への放射性物質の拡散抑制)	使用済燃料プールの監視	燃料プール水位低 警報	2	2	0	-	1	1	-	
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	①	1	1	使用済燃料プールの燃料体等の冷却状況、放射線量の監視状況及び燃料体の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA、広域)	1	1	1	-	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量の監視状況及び燃料体の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量の監視状況及び燃料体の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	-	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量の監視状況及び燃料体の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	-	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量の監視状況及び燃料体の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	-	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量の監視状況及び燃料体の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
操作	-									

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			計器数	直後		
判断基準 (2 / 6)	重大事故等対策要領	原子炉水位 (SA 広域)	1	1	①	①	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の水位	1	1	-	-	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の水位	1	1	-	-	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の水位	1	1	-	-	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の水位	1	1	-	-	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の水位	1	1	-	-	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の水位	1	1	-	-	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の水位	1	1	-	-	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の水位	1	1	-	-	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の水位	1	1	-	-	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の水位	1	1	-	-	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の水位	1	1	-	-	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			計器数	直後		
判断基準 (2 / 6)	重大事故等対策要領	原子炉水位 (SA 広域)	1	1	①	①	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の水位	1	1	-	-	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の水位	1	1	-	-	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の水位	1	1	-	-	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の水位	1	1	-	-	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の水位	1	1	-	-	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の水位	1	1	-	-	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の水位	1	1	-	-	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の水位	1	1	-	-	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の水位	1	1	-	-	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の水位	1	1	-	-	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の水位	1	1	-	-	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等
重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	SBO影響 直後	区分Ⅰ直流電源 を延命した場合	計器名称	計器数	SBO影響 直後	区分Ⅰ直流電源 を延命した場合	
1.12.2.2 原子炉種屋周辺における航空機衝突による航空機燃料火災時の手順 (1) 初期対応における延焼防止処置 a. 化学消防自動車機又は大型化学消防放水車等による泡消火 多様なハザード対応手 順 【初期対応における延 焼防止処置】	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
1.12.2.2 原子炉種屋周辺における航空機衝突による航空機燃料火災時の手順 (2) 航空機燃料火災への泡消火 a. 大容積放水車(原子炉種屋放水設備)、放水強、危険源搬送車及び危険源混合装置による航空機燃料火災への泡消火 多様なハザード対応手 順 【航空機燃料火災への 泡消火】	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後			
重大事故等対 策要領	判断基準 (3 / 6)	原子炉圧 力容器へ の注水量	高圧代替注水系原子炉注 水量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	サブレーション・プール 水位	1	1	サブレーション・プール水位の水位変 化より、高圧代替注水系系統流量の代 替監視可能	SBO	
		原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧代替注水系原子炉注 水量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水量 (常設ライン用)	1	1	1	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉水位 (広帯域) と原子炉水位 (燃料域) の変化より、高圧代替注水系系統流 量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧代替注水系原子炉注 水量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	原子炉水位 (S A 広帯 域) 原子炉水位 (S A 燃料 域)	1	1	常設高圧代替注水系ポン プ吐出圧力	常設高圧代替注水系ポン プが正常に動 作していることを確認することにより 代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧代替注水系原子炉注 水量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	西側淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位	1	1	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯槽水位 水位の水位変化より、低圧代替注水系 原子炉注水量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧代替注水系原子炉注 水量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	原子炉水位 (S A 広帯 域) 原子炉水位 (S A 燃料 域)	2	2	常設高圧代替注水系ポン プ吐出圧力	常設高圧代替注水系ポン プが正常に動 作していることを確認することにより 代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器数	直後	SBO影響 直後	負荷切り離し後	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
													計器名称	計器数	
重大事故等対 策要領	判断基準 (3 / 6)	原子炉圧 力容器へ の注水量	高圧代替注水系原子炉注 水量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	サブレーション・プール 水位	1	1	サブレーション・プール水位の水位変 化より、高圧代替注水系系統流量の代 替監視可能	SBO			監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧代替注水系原子炉注 水量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水量 (常設ライン用)	2	2	2	2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉水位 (広帯域) と原子炉水位 (燃料域) の変化より、高圧代替注水系系統流 量の代替監視可能				監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧代替注水系原子炉注 水量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	原子炉水位 (S A 広帯 域) 原子炉水位 (S A 燃料 域)	1	1	常設高圧代替注水系ポン プ吐出圧力				監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧代替注水系原子炉注 水量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	西側淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位	1	1	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯槽水位 水位の水位変化より、低圧代替注水系 原子炉注水量の代替監視可能				監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧代替注水系原子炉注 水量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水量 (可搬ライン用)	2	2	2	2	原子炉水位 (S A 広帯 域) 原子炉水位 (S A 燃料 域)	2	2	常設高圧代替注水系ポン プ吐出圧力				監視事項は抽 出パラメータ にて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SBO	
判断基準 (1/6) 重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	①	サブプレッション・プール水位	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
						原子炉水位 (広帯域)	2	2	前線熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能	
						原子炉水位 (燃料域)	2	2		
		原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能			
		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能			
		代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	代替循環冷却系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能			
		サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	サブプレッション・プール水位の変化より、原子炉隔離時冷却系流量の代替監視可能			
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	前線熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、原子炉隔離時冷却系流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2				
		原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	代替循環冷却系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能			
		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	代替循環冷却系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能			
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	抽出パラメータを計測する計器		評価				
								計器数	直後					
判断基準 (1/6) 重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	①	サブプレッション・プール水位	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認				
						原子炉水位 (広帯域)	2	2	前線熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能					
						原子炉水位 (燃料域)	2	2						
								原子炉水位 (S.A.広帯域)	1		1	1	代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能	
								原子炉水位 (S.A.燃料域)	1		1	1	代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能	
								代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2		2	2	代替循環冷却系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	
								サブプレッション・プール水位	1		1	1	サブプレッション・プール水位の変化より、原子炉隔離時冷却系流量の代替監視可能	
								原子炉水位 (広帯域)	2		2	2	前線熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、原子炉隔離時冷却系流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
								原子炉水位 (燃料域)	2		2	2		
								原子炉水位 (S.A.広帯域)	1		1	1	代替循環冷却系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	
								原子炉水位 (S.A.燃料域)	1		1	1	代替循環冷却系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	
								原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1		1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SBO	
対応手段 重大事故等対 策要項	原子炉圧 力容器へ の注水重 量 (5 / ④)	高圧炉心スプレ イ系系統 流量	1	0	①	サブプレッショ ン・プール 水位	1	1	サブプレッショ ン・プール水位の水位変 化より、高圧炉心スプレ イ系系統流量 の代替監視可能	監視事項は油 出パラメータ にて確認 にて確認
			1	0	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A 広帯 域) 原子炉水位 (S A 燃料 域)	2 2 1 1	2 2 1 1	放射線除去に必要な注水と原子炉水 位の変化より、高圧炉心スプレ イ系系 統流量の代替監視可能	
同 様 重 要 事 項 (5 / ④)	原子炉圧 力容器へ の注水重 量 (5 / ④)	残留熱除去系系統 流量	3	0	①	高圧炉心スプレ イ系ポン プ吐出圧力	1	0	高圧炉心スプレ イ系ポンプが正常に動作し ていることを確認することにより 代替監視可能	監視事項は油 出パラメータ にて確認 にて確認
			1	0	①	サブプレッショ ン・プール 水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A 広帯 域) 原子炉水位 (S A 燃料 域)	2 2 1 1	2 2 1 1	放射線除去に必要な注水と原子炉水 位の変化より、高圧炉心スプレ イ系系 統流量の代替監視可能	
同 様 重 要 事 項 (5 / ④)	原子炉圧 力容器へ の注水重 量 (5 / ④)	低圧炉心スプレ イ系系統 流量	1	0	①	残留熱除去系ポン プ吐出 圧力	3	0	残留熱除去系ポン プが正常に動作し ていることを確認することにより 代替監視可能	監視事項は油 出パラメータ にて確認 にて確認
			1	0	①	サブプレッショ ン・プール 水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A 広帯 域) 原子炉水位 (S A 燃料 域)	2 2 1 1	2 2 1 1	放射線除去に必要な注水と原子炉水 位の変化より、高圧炉心スプレ イ系系 統流量の代替監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SBO	
対応手段 重大事故等対 策要項	原子炉圧 力容器へ の注水重 量 (5 / ④)	燃料プール水位・温度 (S A)	1	1	①	燃料プール水位 (S A)	1	0	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、放射線の定 量状況及び燃料の劣化状況を確認することができ、燃 料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認 にて確認
			1	1	①	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)	1 1	1 1	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、放射線の定 量状況及び燃料の劣化状況を確認することができ、燃 料プールの監視可能	
同 様 重 要 事 項 (5 / ④)	燃料プールの 監視	燃料プール水位 (S A)	1	0	①	燃料プール水位 (S A)	1	0	燃料プールの燃料集合体等の冷却状況、放射線の定 量状況及び燃料の劣化状況を確認することができ、燃 料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認 にて確認
			1	0	①	燃料プール監視カメラ (S A)	1	0	燃料プールの燃料集合体等の冷却状況、放射線の定 量状況及び燃料の劣化状況を確認することができ、燃 料プールの監視可能	
同 様 重 要 事 項 (5 / ④)	燃料プールの 監視	燃料プール水位・温度 (S A)	1	0	①	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プール監視カメラ (S A)	1 1	1 1	燃料プールの燃料集合体等の冷却状況、放射線の定 量状況及び燃料の劣化状況を確認することができ、燃 料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認 にて確認
			1	1	①	燃料プール監視カメラ (S A)	1	1	燃料プールの燃料集合体等の冷却状況、放射線の定 量状況及び燃料の劣化状況を確認することができ、燃 料プールの監視可能	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	SDO
		計器名称	計器数	直後	計器数	直後	負荷切り履し後		
重大事故等対処 重要順	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プールエリア 放射線モニタ (高レンジ・ 低レンジ)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

監視項目	項目	分類	計器数	計器名	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	SDO								
					計器数	直後	計器数	直後										
放射性物質の拡散抑制 重要順	使用済燃料プールの監視	監視	1	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認								
											使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
											使用済燃料プールエリア 放射線モニタ (高レンジ・ 低レンジ)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
											使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
											使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
											使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
											使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
											使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
											使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
											使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
											使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
											使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
											使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
											使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
											使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等			
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (2) 海洋への放射性物質の拡散抑制 a. 汚濁防止膜による海洋への放射性物質の拡散抑制 重大事故等対策要領	原子炉格納容器内の放射線の量率 判断基準 (1) / (6)	格納容器内放射線の量率	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	①	-	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器温度	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度	2 2 2 1 1 1 2 0	2 2 2 1 1 1 0	直接的に格納容器内放射線レベルを計測することができ、監視可能 原子炉水位から原子炉圧力容器内の状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	抽出パラメータ	代替パラメータ	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	評価	監視事項	
											抽出パラメータ
1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等	原子炉格納容器内の放射線の量率	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	①	-	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器温度	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度	2 2 2 1 1 1 2 0	2 2 2 1 1 1 0	直接的に格納容器内放射線レベルを計測することができ、監視可能 原子炉水位から原子炉圧力容器内の状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ		補助パラメータ	補助パラメータ	分類理由	抽出パラメータ		計器名称	計器数		SBO影響	計器故障等	評価	SBO	
		計器数	SBO影響	計器数	分類				計器数	直後		負荷切り離し後	計器故障等					
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内 の水位	原子炉圧力容器内 の水位	2	2	①	①	—	—	原子炉圧力容器内水位の監視	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内 の水位	2	2	①	①	—	—	原子炉圧力容器内水位の監視	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内 の水位	2	2	①	①	—	—	原子炉圧力容器内水位の監視	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内 の水位	2	2	①	①	—	—	原子炉圧力容器内水位の監視	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内 の水位	2	2	①	①	—	—	原子炉圧力容器内水位の監視	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内 の水位	2	2	①	①	—	—	原子炉圧力容器内水位の監視	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内 の水位	2	2	①	①	—	—	原子炉圧力容器内水位の監視	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内 の水位	2	2	①	①	—	—	原子炉圧力容器内水位の監視	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内 の水位	2	2	①	①	—	—	原子炉圧力容器内水位の監視	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内 の水位	2	2	①	①	—	—	原子炉圧力容器内水位の監視	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ		補助パラメータ	補助パラメータ	分類理由	抽出パラメータ		計器名称	計器数		SBO影響	計器故障等	評価	SBO	
		計器数	SBO影響	計器数	分類				計器数	直後		負荷切り離し後	計器故障等					
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内 の水位	原子炉圧力容器内 の水位	2	2	①	①	—	—	原子炉圧力容器内水位の監視	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内 の水位	2	2	①	①	—	—	原子炉圧力容器内水位の監視	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内 の水位	2	2	①	①	—	—	原子炉圧力容器内水位の監視	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内 の水位	2	2	①	①	—	—	原子炉圧力容器内水位の監視	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内 の水位	2	2	①	①	—	—	原子炉圧力容器内水位の監視	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内 の水位	2	2	①	①	—	—	原子炉圧力容器内水位の監視	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内 の水位	2	2	①	①	—	—	原子炉圧力容器内水位の監視	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内 の水位	2	2	①	①	—	—	原子炉圧力容器内水位の監視	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内 の水位	2	2	①	①	—	—	原子炉圧力容器内水位の監視	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内 の水位	2	2	①	①	—	—	原子炉圧力容器内水位の監視	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称		抽出バロメータを計測する計器		バロメータ		抽出バロメータ		計器名称		抽出バロメータ		計器名称		抽出バロメータ		計器故障等	備考	
		直後	直後	直後	直後	直後	直後	直後	直後	直後	直後	直後	直後	直後	直後	直後	直後			
対応手段 重大事故等対 処要領	計器故障等 ①：重電監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ	原子炉圧力 力容器内 の水位	原子炉水位 (S A 広帯 域)	1	1	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と炉内温度の監視可能 原子炉水位の監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
			原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内の水位を計 測することでき、監視可能	
			原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1					
原子炉圧力 力容器へ の注水量																		原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及び サブプレッション・フェン・バスの注 水流量と炉内温度の監視可能 原子炉水位の監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		バロメータ		抽出バロメータ		計器名称		抽出バロメータ		計器名称		計器故障等	備考		
			直後	直後	直後	直後	直後	直後	直後	直後	直後	直後						
対応手段 重大事故等対 処要領	計器故障等 ①：重電監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ	原子炉圧力 力容器内 の水位	原子炉水位 (S A 広帯 域)	1	1	1	1	①	①	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と炉内温度の監視可能 原子炉水位の監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
			原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内の水位を計 測することでき、監視可能	
			原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1		
原子炉水位 (標準)	2	2	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1					
原子炉圧力 力容器へ の注水量																原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及び サブプレッション・フェン・バスの注 水流量と炉内温度の監視可能 原子炉水位の監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認	

• 設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン用)	1	1	1	1	代替淡水貯槽水位	1	1	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯水設備水位の水位変化より、低圧代替注水系原子炉注水量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用)	1	1	1	1	原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉注水量の代替監視可能		
判断基準(4/6)	原子炉圧力容器への注水量	低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用)	1	1	1	1	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、低圧代替注水量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用)	1	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、低圧代替注水量の代替監視可能		
	原子炉圧力容器への注水量	代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	2	サブレーション・プール水位	1	1	サブレーション・プール水位の水位変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		代替循環冷却系原子炉注水量	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	原子炉水位(燃料域)	2	2		崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能
			原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1		崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能
			原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2		代替循環冷却系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パワメータを計測する計器				抽出パワメータの代わりの計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響			
				直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後		
対応手段 重大事故等 対策項	原子炉圧 力調整 の注水量	原子炉圧調整用の注水量	1	①	-	サブプレッション・プール水位	1	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変化により、原子炉圧調整用の注水量の代償監視可能	監視事項は抽出パワメータにて確認
						原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉水位の低下により、原子炉圧調整用の注水量の代償監視可能	
						原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	原子炉水位の低下により、原子炉圧調整用の注水量の代償監視可能	
						原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	原子炉水位の低下により、原子炉圧調整用の注水量の代償監視可能	
						原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	原子炉水位の低下により、原子炉圧調整用の注水量の代償監視可能	
						原子炉圧調整用の注水量	1	1	1	原子炉圧調整用の注水量の代償監視可能	
						原子炉圧調整用の注水量	1	1	1	原子炉圧調整用の注水量の代償監視可能	
						原子炉圧調整用の注水量	1	1	1	原子炉圧調整用の注水量の代償監視可能	
						原子炉圧調整用の注水量	1	1	1	原子炉圧調整用の注水量の代償監視可能	
						原子炉圧調整用の注水量	1	1	1	原子炉圧調整用の注水量の代償監視可能	
原子炉圧調整用の注水量	高圧炉心スプレイスpray系統	1	0	①	サブプレッション・プール水位	1	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変化により、高圧炉心スプレイスpray系統の代償監視可能	監視事項は抽出パワメータにて確認	
					原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉水位の低下により、高圧炉心スプレイスpray系統の代償監視可能		
					原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	原子炉水位の低下により、高圧炉心スプレイスpray系統の代償監視可能		
					原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	原子炉水位の低下により、高圧炉心スプレイスpray系統の代償監視可能		
					原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	原子炉水位の低下により、高圧炉心スプレイスpray系統の代償監視可能		
					高圧炉心スプレイスpray系統	1	1	1	高圧炉心スプレイスpray系統の代償監視可能		
					高圧炉心スプレイスpray系統	1	1	1	高圧炉心スプレイスpray系統の代償監視可能		
					高圧炉心スプレイスpray系統	1	1	1	高圧炉心スプレイスpray系統の代償監視可能		
					高圧炉心スプレイスpray系統	1	1	1	高圧炉心スプレイスpray系統の代償監視可能		
					高圧炉心スプレイスpray系統	1	1	1	高圧炉心スプレイスpray系統の代償監視可能		
原子炉圧調整用の注水量	残留熱除去系統	3	0	①	サブプレッション・プール水位	1	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変化により、残留熱除去系統の代償監視可能	監視事項は抽出パワメータにて確認	
					原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉水位の低下により、残留熱除去系統の代償監視可能		
					原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	原子炉水位の低下により、残留熱除去系統の代償監視可能		
					原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	原子炉水位の低下により、残留熱除去系統の代償監視可能		
					原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	原子炉水位の低下により、残留熱除去系統の代償監視可能		
					残留熱除去系統	3	3	3	残留熱除去系統の代償監視可能		
					残留熱除去系統	3	3	3	残留熱除去系統の代償監視可能		
					残留熱除去系統	3	3	3	残留熱除去系統の代償監視可能		
					残留熱除去系統	3	3	3	残留熱除去系統の代償監視可能		
					残留熱除去系統	3	3	3	残留熱除去系統の代償監視可能		
原子炉圧調整用の注水量	低圧炉心スプレイスpray系統	1	0	①	サブプレッション・プール水位	1	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変化により、低圧炉心スプレイスpray系統の代償監視可能	監視事項は抽出パワメータにて確認	
					原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉水位の低下により、低圧炉心スプレイスpray系統の代償監視可能		
					原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	原子炉水位の低下により、低圧炉心スプレイスpray系統の代償監視可能		
					原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	原子炉水位の低下により、低圧炉心スプレイスpray系統の代償監視可能		
					原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	原子炉水位の低下により、低圧炉心スプレイスpray系統の代償監視可能		
					低圧炉心スプレイスpray系統	1	1	1	低圧炉心スプレイスpray系統の代償監視可能		
					低圧炉心スプレイスpray系統	1	1	1	低圧炉心スプレイスpray系統の代償監視可能		
					低圧炉心スプレイスpray系統	1	1	1	低圧炉心スプレイスpray系統の代償監視可能		
					低圧炉心スプレイスpray系統	1	1	1	低圧炉心スプレイスpray系統の代償監視可能		
					低圧炉心スプレイスpray系統	1	1	1	低圧炉心スプレイスpray系統の代償監視可能		

①: 重要監視パワメータ、②: 有監視パワメータ、③: 補助パワメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 負荷切り離し後 直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 負荷切り離し後 直後	計器故障等	SBO
重大事故等対 策要綱	使用済燃料プ ール内の監視	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認
		使用済燃料プールエリア 放射線モニタ (高レン ジ・低レンジ)	1	1	① ①	-	使用済燃料プール温度 (SA) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認
操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有線監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離した後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	計器故障等	SBO	
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料本体等の著しい損傷時の手順等 (2) 海洋への放射性物質の拡散抑制 b. 放射性物質吸着材による海洋への放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の放射線量率	格納容器常置空気放射線モニタ (D/W)	2	2	①	-	格納容器常置空気放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内常置空気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	判断基準 (1 / 2)	原子炉圧力容器内の温度	格納容器常置空気放射線モニタ (S/C)	2	2	①	-	格納容器常置空気放射線モニタ (D/W)	2	2	直接的に格納容器内常置空気放射線レベルを計測することができ、監視可能
原子炉圧力			4	4	①	-	原子炉圧力 (S/A)	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉圧力容器温度			4	4	①	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉圧力容器温度			4	4	①	-	原子炉水位 (S/A 広帯域)	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0			残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
対応手段 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
							抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
							抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
							抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
							抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
							抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
							抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
							抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
							抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
							抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
							抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
							抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
							抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
							抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
							抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代償パラメータを計測する計器				評価
	計器名称	計器位置	計器分類	計器位置	計器名称	計器位置	計器分類	計器位置	
対応手段 重大事故等対 策要項	原子炉圧 力監視器 の注水量	原子炉水位 (S.A.燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	高圧的に原子炉圧力監視器内の水位を計 測することができ、監視可能
		原子炉水位 (S.A.燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (燃料罐)	2	2	1	
測定装置 (3/～)		原子炉水位 (S.A.燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	原子炉圧力監視器へ注水している系統の 注水量と監視装置法に必要な注水量と り原子炉水位の代替監視可能 抽出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (S.A.燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (燃料罐)	2	2	1	
		原子炉水位 (S.A.燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	
		原子炉水位 (S.A.燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (燃料罐)	2	2	1	
		原子炉水位 (S.A.燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	
		原子炉水位 (S.A.燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (燃料罐)	2	2	1	
		原子炉水位 (S.A.燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	
		原子炉水位 (S.A.燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (燃料罐)	2	2	1	
		原子炉水位 (S.A.燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	
		原子炉水位 (S.A.燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (燃料罐)	2	2	1	
		原子炉水位 (S.A.燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	
		原子炉水位 (S.A.燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (燃料罐)	2	2	1	
		原子炉水位 (S.A.燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	
		原子炉水位 (S.A.燃料 罐)	1	1	原子炉水位 (燃料罐)	2	2	1	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO
対峙手段 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧代替注水系原子炉注 水量(常設ライン用)	1	1	①	-	代替淡水貯槽水位	1	1	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯槽備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 原子炉注水量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1	①		西側淡水貯槽水位	1	1		
判断 基準 (4/1)	原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1	①	-	原子炉水位(広帯域)	2	2	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、低圧代替注水系原子炉 注水量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2		
	原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1	①	-	原子炉水位(SA広帯 域)	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、低圧代替注水系原子炉 注水量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1	①		原子炉水位(SA燃料 域)	1	1		
	原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1	①	-	サブプレッション・プール 水位	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変 化より、代替循環冷却系原子炉注水流 量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1	①		原子炉水位(広帯域)	2	2		
	原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1	①	-	原子炉水位(燃料域)	2	2	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、代替循環冷却系原子炉 注水量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1	①		原子炉水位(SA広帯 域)	1	1		
		代替循環冷却系原子炉注 水量	2	2	①	-	代替循環冷却系ポンプ吐 出圧力	2	2	代替循環冷却系ポンプが正常に動作し ていることを確認することにより代替 監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
重大事故等対策要項	原子炉圧力容器への注水量	原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	サブレーション・プールの水位変化より、原子炉隔離時冷却系統流量の代替監視可能
			1	0	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、原子炉隔離時冷却系統流量の代替監視可能
判断基準(5/7)	原子炉圧力容器への注水量	高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	①	1	1	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能
			1	0	①	1	1	1	1	サブレーション・プールの水位変化より、高圧炉心スプレイ系統流量の代替監視可能
			1	0		1	0	0	0	高圧炉心スプレイ系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	評価
対応手段 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器へ の注水量	残留熱除去系系統流量	3	0	①	-	サブレーション・プール 水位	1	1	サブレーション・プール水位の水位変 化より、残留熱除去系系統流量の代替 監視可能
							原子炉水位 (広帯域)	2	2	原子炉水位 (燃料域)
判断基準 (6/7)		低圧炉心スプレイ系系統 流量	1	0	①	-	残留熱除去系ポンプ吐出 圧力	3	0	残留熱除去系ポンプが正常に動作して いることを確認することにより代替監 視可能
							サブレーション・プール 水位	1	1	サブレーション・プール水位の水位変 化より、低圧炉心スプレイ系系統流量 の代替監視可能

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.12 発電所外への放射生物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	SMD影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SMD影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	
対応手段 重大事故等対 応要領	放射生物質 の監視	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び強界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び強界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プールエリア 放射線モニタ (高レン ジ・低レンジ)	1	1	① ②	-	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び強界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	-	-	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び強界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	監視パラメータ						評価		
			抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			計器故障等	SBO	
			計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後			SBO影響 負荷切り離し後
1.12.2.2 原子炉建屋周辺における航空機衝突による航空機燃料火災時の手順 (1) 初期対応における延焼防止措置 a. 化学消防自動車、水槽付消防ポンプ自動車及び泡消火薬剤容器(消防車用)による延焼防止処置 防火管理要領 判断基準 重大事故等対策要領 操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器数	計器名称	パラメータ 分類	SDI影響 直後 負荷切り離し後	計器数	計器名称	計器数	SDI影響 直後 負荷切り離し後			
	1.13.2.1 水源を利用した対応手順 a. 炉内循環水を水源とした対応手順 b. 炉外循環水を水源とした対応手順 c. 貯水タンクを水源とした対応手順 d. 外部水を水源とした対応手順												
	1.13.2.1 水源を利用した対応手順 a. 炉内循環水を水源とした対応手順 b. 炉外循環水を水源とした対応手順 c. 貯水タンクを水源とした対応手順 d. 外部水を水源とした対応手順		【取水貯留槽水位】 取水貯留槽水位(S)	①	0	①	0	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	1.13.2.1 水源を利用した対応手順 a. 炉内循環水を水源とした対応手順 b. 炉外循環水を水源とした対応手順 c. 貯水タンクを水源とした対応手順 d. 外部水を水源とした対応手順		【取水貯留槽水位】 取水貯留槽水位(S)	①	0	①	0	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	1.13.2.1 水源を利用した対応手順 a. 炉内循環水を水源とした対応手順 b. 炉外循環水を水源とした対応手順 c. 貯水タンクを水源とした対応手順 d. 外部水を水源とした対応手順		【取水貯留槽水位】 取水貯留槽水位(S)	①	0	①	0	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器数	計器名称	パラメータ 分類	SDI影響 直後 負荷切り離し後	計器数	計器名称	計器数	SDI影響 直後 負荷切り離し後			
	1.13.2.1 水源を利用した対応手順 a. 炉内循環水を水源とした対応手順 b. 炉外循環水を水源とした対応手順 c. 貯水タンクを水源とした対応手順 d. 外部水を水源とした対応手順		直流125V主母線2 A電圧	③	1	1	③	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	1.13.2.1 水源を利用した対応手順 a. 炉内循環水を水源とした対応手順 b. 炉外循環水を水源とした対応手順 c. 貯水タンクを水源とした対応手順 d. 外部水を水源とした対応手順		原子炉水位 (燃料槽)	③	3	0	③	3	3	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器数	計器名称	パラメータ 分類	SDI影響 直後 負荷切り離し後	計器数	計器名称	計器数	SDI影響 直後 負荷切り離し後			
	1.13.2.1 水源を利用した対応手順 a. 炉内循環水を水源とした対応手順 b. 炉外循環水を水源とした対応手順 c. 貯水タンクを水源とした対応手順 d. 外部水を水源とした対応手順		【取水貯留槽水位】 取水貯留槽水位(S)	③	2	2	③	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等
重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				計器名称	補助パラメータ 分類理由	SBO影響				計器故障等	SBO
			計器数	直後	負荷切り離し後	分類			計器数	直後	負荷切り離し後	分類		
1.13.1 本館を利用した対応手順 (0) 緊急時対応手順として指定された手順(0-1)取又は(0-2)取による取水(あらかじめ警報設定してあるホースが使用できない場合) (1) 緊急時対応手順として指定された手順(0-1)取又は(0-2)取による取水(あらかじめ警報設定してあるホースが使用できない場合) 多様なバリエーションあり	「防動弁による送水」 「原子炉注水」 「体積膨張スプレッド」 「ポンプによる送水」 「原子炉クマホウ注水」 「SPR常設スプレッド」 「SPR可搬型スプレッド」	水の確保	「緊急時対応基本表」に確認	③	「緊急時対応基本表」に確認	③	「緊急時対応基本表」に確認	③	①	①	①	①	①	①
			「緊急時対応基本表」に確認	③	「緊急時対応基本表」に確認	③	①	①	①	①	①	①	①	①
1.13.2 本館を利用しない対応手順 (0) 緊急時対応手順として指定された手順(0-1)取又は(0-2)取による取水(あらかじめ警報設定してあるホースが使用できない場合) (1) 緊急時対応手順として指定された手順(0-1)取又は(0-2)取による取水(あらかじめ警報設定してあるホースが使用できない場合) 多様なバリエーションあり	「大容積送水車による送水」 「防動弁による送水」 「体積膨張スプレッド」 「ポンプによる送水」 「原子炉クマホウ注水」 「SPR常設スプレッド」 「SPR可搬型スプレッド」	水の確保	「緊急時対応基本表」に確認	③	「緊急時対応基本表」に確認	③	「緊急時対応基本表」に確認	③	①	①	①	①	①	①
			「緊急時対応基本表」に確認	③	「緊急時対応基本表」に確認	③	①	①	①	①	①	①	①	①

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				計器名称	補助パラメータ 分類理由	SBO影響				計器故障等	SBO
			計器数	直後	負荷切り離し後	分類			計器数	直後	負荷切り離し後	分類		
非常時運転手順書II(微候「水位確保」等)AM設備切操作手順書重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内の水位	監視	「緊急時対応基本表」に確認	①	①	①	①	①	①	①	①	①	①	①
			「緊急時対応基本表」に確認	①	①	①	①	①	①	①	①	①	①	①
1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等 ①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ	水源の確保	監視	「緊急時対応基本表」に確認	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③
			「緊急時対応基本表」に確認	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③	③

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				計器名称	補助パラメータ 分類理由	SBO影響				計器故障等	SBO
			計器数	直後	負荷切り離し後	分類			計器数	直後	負荷切り離し後	分類		
緊急時対応要領書(保線「水位確保」等)	原子炉圧力容器内の水位	監視	「緊急時対応基本表」に確認	①	①	①	①	①	①	①	①	①	①	①
			「緊急時対応基本表」に確認	①	①	①	①	①	①	①	①	①	①	①

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器故障等	計器名称	計器数	計器故障等	
1.13.2 水源へ水を供給するための対応手順 (操作ベース) 運転時運転操作手順書 AM設備別操作手順書 「防砂網によるOSPへの供給」 各種な「オペレーター対応手順」 「防砂網によるOSPへの供給(淡水/海水)」	水源の確保	【海水貯蔵槽水位】	1	1	海水貯蔵槽水位(OR A系代 替注水流量)	1	1	海水貯蔵槽水位と同等の系統のうち、運転している系統の注水量より海水貯蔵槽水位の代替流量可 能
		【海水貯蔵槽水位(SA)】	1	1	海水貯蔵槽水位(OR B系代 替注水流量)	1	1	
1.13.3 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等	水源の確保	【海水貯蔵槽水位(SA)】	1	1	海水貯蔵槽水位(OR A系代 替注水流量)	1	1	海水貯蔵槽水位と同等の系統のうち、運転している系統の注水量より海水貯蔵槽水位の代替流量可 能
		【海水貯蔵槽水位(SA)】	1	1	海水貯蔵槽水位(OR B系代 替注水流量)	1	1	
1.13.4 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等	水源の確保	【海水貯蔵槽水位(SA)】	1	1	海水貯蔵槽水位(OR A系代 替注水流量)	1	1	海水貯蔵槽水位と同等の系統のうち、運転している系統の注水量より海水貯蔵槽水位の代替流量可 能
		【海水貯蔵槽水位(SA)】	1	1	海水貯蔵槽水位(OR B系代 替注水流量)	1	1	
1.13.5 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等	水源の確保	【海水貯蔵槽水位(SA)】	1	1	海水貯蔵槽水位(OR A系代 替注水流量)	1	1	海水貯蔵槽水位と同等の系統のうち、運転している系統の注水量より海水貯蔵槽水位の代替流量可 能
		【海水貯蔵槽水位(SA)】	1	1	海水貯蔵槽水位(OR B系代 替注水流量)	1	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器故障等	計器名称	計器数	計器故障等	
1.13.1 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(狭帯域)	3	3	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	
1.13.2 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(狭帯域)	2	2	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	
1.13.3 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(狭帯域)	2	2	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	
1.13.4 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(狭帯域)	2	2	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	
1.13.5 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(狭帯域)	2	2	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器故障等	計器名称	計器数	計器故障等	
1.13.1 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(狭帯域)	3	3	原子炉水位(SA)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位(SA)	1	1	
1.13.2 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(狭帯域)	2	2	原子炉水位(SA)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位(SA)	1	1	
1.13.3 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(狭帯域)	2	2	原子炉水位(SA)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位(SA)	1	1	
1.13.4 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(狭帯域)	2	2	原子炉水位(SA)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位(SA)	1	1	
1.13.5 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(狭帯域)	2	2	原子炉水位(SA)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位(SA)	1	1	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器数		計器名称	計器数	計器数	
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)「水位確保」等 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	電源	【海水貯蔵槽水位】 【海水貯蔵槽水位(SA)】	【海水貯蔵槽水位】	1	1	【海水貯蔵槽水位】	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
			【海水貯蔵槽水位(SA)】	1	1	【海水貯蔵槽水位(SA)】	1	1	
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)「水位確保」等 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	電源	【海水貯蔵槽水位】 【海水貯蔵槽水位(SA)】	【海水貯蔵槽水位】	1	1	【海水貯蔵槽水位】	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
			【海水貯蔵槽水位(SA)】	1	1	【海水貯蔵槽水位(SA)】	1	1	
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)「水位確保」等 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	電源	【海水貯蔵槽水位】 【海水貯蔵槽水位(SA)】	【海水貯蔵槽水位】	1	1	【海水貯蔵槽水位】	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
			【海水貯蔵槽水位(SA)】	1	1	【海水貯蔵槽水位(SA)】	1	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器数		計器名称	計器数	計器数	
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)「水位確保」等 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(SA)広帯域 原子炉水位(SA)燃料	原子炉水位(SA)広帯域	2	2	原子炉水位(SA)広帯域	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
			原子炉水位(SA)燃料	2	2	原子炉水位(SA)燃料	2	2	
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)「水位確保」等 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(SA)燃料	原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な注水量より原子炉水位の代り監視可能
			原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	1	1	
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)「水位確保」等 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(SA)燃料	原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な注水量より原子炉水位の代り監視可能
			原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	1	1	
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)「水位確保」等 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(SA)燃料	原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な注水量より原子炉水位の代り監視可能
			原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	1	1	
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)「水位確保」等 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(SA)燃料	原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な注水量より原子炉水位の代り監視可能
			原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	1	1	
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)「水位確保」等 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(SA)燃料	原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な注水量より原子炉水位の代り監視可能
			原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器数		計器名称	計器数	計器数	
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)「水位確保」等 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(SA)燃料	原子炉水位(SA)燃料	2	2	原子炉水位(SA)燃料	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
			原子炉水位(SA)燃料	2	2	原子炉水位(SA)燃料	2	2	
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)「水位確保」等 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(SA)燃料	原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な注水量より原子炉水位の代り監視可能
			原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	1	1	
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)「水位確保」等 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(SA)燃料	原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な注水量より原子炉水位の代り監視可能
			原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	1	1	
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)「水位確保」等 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(SA)燃料	原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な注水量より原子炉水位の代り監視可能
			原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	1	1	
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)「水位確保」等 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位(SA)燃料	原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な注水量より原子炉水位の代り監視可能
			原子炉水位(SA)燃料	1	1	原子炉水位(SA)燃料	1	1	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に必要な水の供給手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータ 分類理由	計器名称	SBO影響				計器故障等	SBO
			計器数	バロメータ 分類	計器数	バロメータ 分類			計器数	計器数	計器数	計器数		
1.13.2.3 水漏を切り替えるための対応手順 (1)原子力発電所内貯留タンクの水漏停止 (2)原子力発電所内貯留タンクの水漏停止 (3)原子力発電所内貯留タンクの水漏停止 (4)原子力発電所内貯留タンクの水漏停止 (5)原子力発電所内貯留タンクの水漏停止 (6)原子力発電所内貯留タンクの水漏停止	原子炉格納容器内 プレシジョン・チェンバ の温度	サブプレシジョン・チェンバ・ プレシジョン・チェンバ の温度	3	3	3	①	サブプレシジョン・チェンバ・ プレシジョン・チェンバ・ の温度	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
	原子炉格納容器内 プレシジョン・チェンバ の温度	サブプレシジョン・チェンバ・ プレシジョン・チェンバ の温度	3	3	3	①	サブプレシジョン・チェンバ・ プレシジョン・チェンバ の温度	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
	原子炉格納容器内 プレシジョン・チェンバ の温度	サブプレシジョン・チェンバ・ プレシジョン・チェンバ の温度	1	1	1	①	サブプレシジョン・チェンバ・ プレシジョン・チェンバ の温度	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
	原子炉格納容器内 プレシジョン・チェンバ の温度	サブプレシジョン・チェンバ・ プレシジョン・チェンバ の温度	1	1	1	①	サブプレシジョン・チェンバ・ プレシジョン・チェンバ の温度	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータ 分類理由	計器名称	SBO影響				計器故障等	SBO
			計器数	バロメータ 分類	計器数	バロメータ 分類			計器数	計器数	計器数	計器数		
1.13.2.1 水漏を利用した対応手順 (4) 復水貯蔵タンクを水源とした対応手順 a. 原子炉格納容器内プレシジョン・チェンバの水漏 (b) 高圧中心スプレイズ系による復水貯蔵タンクを水源とした原子炉圧力容器への注水	非常時運転手 明書 II (復機 「水位確保」 等) 非常時運転手 明書 II (停止 降圧係数パ ス) 「放水時原子 炉水位制御」 等 AM設備別操 作手順書 重大事故等対 処要領	M/C HPCS電圧 電源	1	1	1	③	非常時M/Cの 受電状態を確保 するバロメータ	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		直流125V主母線 P.C.S電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確保する バロメータ	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉水位 (格納 器)	3	3	0	③	原子炉の水位を 確認するバロメ ータ	3	3	0	0	0	0	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉水位 (圧 縮機) 原子炉水位 (燃 料)	2	2	1	①	原子炉水位 (圧 縮機) 原子炉水位 (燃 料)	2	2	1	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータ 分類理由	計器名称	SBO影響				計器故障等	SBO
			計器数	バロメータ 分類	計器数	バロメータ 分類			計器数	計器数	計器数	計器数		
1.13.2.1 水漏を利用した対応手順 (4) 復水貯蔵タンクを水源とした対応手順 a. 原子炉格納容器内プレシジョン・チェンバの水漏 (b) 高圧中心スプレイズ系による復水貯蔵タンクを水源とした原子炉圧力容器への注水	非常時運転手 明書 II (復機 「水位確保」 等) 非常時運転手 明書 II (停止 降圧係数パ ス) 「放水時原子 炉水位制御」 等 AM設備別操 作手順書 重大事故等対 処要領	HPCS電圧 電源	1	1	1	③	非常時HPCSの 受電状態を確保 するバロメータ	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉水位 (格納 器) 原子炉水位 (燃 料)	3	3	0	③	原子炉の水位を 確認するバロメ ータ	3	3	0	0	0	0	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉水位 (圧 縮機) 原子炉水位 (燃 料)	2	2	1	①	原子炉水位 (圧 縮機) 原子炉水位 (燃 料)	2	2	1	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 補助パラメータ, 補助パラメータ分類理由, 計器名称, 計器数, SBO影響, 評価. Includes details for water supply procedures during major accidents.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 補助パラメータ, 補助パラメータ分類理由, 計器名称, 計器数, SBO影響, 評価. Includes details for water supply procedures during major accidents at Tokai 2nd reactor.

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 補助パラメータ, 補助パラメータ分類理由, 計器名称, 計器数, SBO影響, 評価. Includes details for water supply procedures during major accidents at Shimane reactor.

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1. 13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

Table with 7 columns: 項目, 分類, 計器名称, SBO影響, 補助パラメータ, 抽出パラメータの代償パラメータ, 評価. Includes details for reactor water level monitoring and emergency actions.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

Table with 7 columns: 項目, 分類, 計器名称, SBO影響, パラメータ分類, 補助パラメータ分類理由, 抽出パラメータの代償パラメータ, 評価. Includes details for reactor water level and flow monitoring.

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

Table with 7 columns: 項目, 分類, 計器名称, SBO影響, パラメータ分類, 補助パラメータ分類理由, 抽出パラメータの代償パラメータ, 評価. Includes details for reactor water level and flow monitoring.

備考

・設備の相違 【柏崎6/7, 東海第二】 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 順書II(微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書II(停止 時 候 候 ベー ス) 「停止時原子 炉水位制御」 等 AM設備別操 作手順書 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認	1	1	計器故障等	SBO
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	1						
		高圧代替注水系統流量	1	1	1						
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1						
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1						
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1						
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1						
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1						
		代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2						
		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1						
高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0								
残留熱除去系系統流量	3	0	0								
低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0								
原子炉圧力	2	2	2								
原子炉圧力 (SA)	2	2	2								
サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1								

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 負荷切り離し後	
対応手段 非常時運転手 順書II(微候 ベース) 「水位確保」 等	原子炉圧力 容器内の水位	原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊 熱除去に必要な水量より代替監視可能 監視事項は主要パラ メータにて確認
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	
		高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	
		代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	2	
		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	0	0	0	
		高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	0	
残留熱除去系系統流量	3	0	0	0			
低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	0			
原子炉圧力	2	2	2	2			
原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2			
サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2	2			

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
非常時運転手順書 II (復旧「水位確保」等)	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	0	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器内温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
AM階層別操作手順書 重大事故等対策要領	補機監視機能	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	0	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	0	0	0	0	0	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力を計測することにより、高圧炉心スプレイ系流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
補機監視機能	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	0	0	0	0	0	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力を計測することにより、高圧炉心スプレイ系流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	復水貯蔵タンク水位	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	0	0	0	0	0	高圧炉心スプレイ系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
非常時運転手順書 II (復旧「水位確保」等)	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	0	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器内温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
補機監視機能	高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	0	0	0	0	0	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力を計測することにより、高圧炉心スプレイ系流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	復水貯蔵タンク水位	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	0	0	0	0	0	高圧炉心スプレイ系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (5) 高圧淡水貯水設備を水源とした対応手順 a. 高圧淡水貯水設備を水源とした可搬型代替注水中型ポンプによる送水 (淡水/海水)	水源の確保	代替淡水貯水水位	1	1				
重大事故等対策要項	判断基準 (1 / 2)	低圧代替注水系統原子炉注水設備 (常設ライン用)	1	1				監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1				
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1				
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1				
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1				
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1				
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1				
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1				
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1				
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1				

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	
重大事故等対策要項	判断基準 (1 / 2)	低圧代替注水系統原子炉注水設備 (常設ライン用)	1	1				監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1				
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1				
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1				
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1				
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1				
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1				
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1				
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1				
		低圧代替注水系統原子炉注水設備 (可搬ライン用)	1	1				

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器数	計器名称	計器数	SBO影響		評価
		直後	負荷切り離し後	分組理由	分組			直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後	
重大事故等対策要領	水源の確保	1	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	西側淡水貯水設備と連動している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
						低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	
操作	水源の確保	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉水位、サブレンジション・ブール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
						原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	1	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	
操作	水源の確保	1	1	①	-	サブレンジション・ブール水位	1	1	1	1	サブレンジション・ブール水位	1	1	1	西側淡水貯水設備と連動している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
						低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器数	計器名称	計器数	SBO影響		評価
				直後	負荷切り離し後				分組理由	分組				直後	負荷切り離し後	
操作	水源の確保	低圧原子炉代替注水流量 (注)	1	1	-	-	代替注水流量 (注)	1	1	1	1	代替注水流量 (注)	1	1	1	低圧原子炉代替注水流量と連動している系統の注水量より、低圧原子炉代替注水流量水位の代替監視可能
							原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	
操作	水源の確保	低圧原子炉代替注水流量 (注)	1	1	①	-	原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	低圧原子炉代替注水流量と連動している系統の注水量より、低圧原子炉代替注水流量水位の代替監視可能
							サブレンジション・ブール水位 (SA)	1	1	1	1	サブレンジション・ブール水位 (SA)	1	1	1	
操作	水源の確保	低圧原子炉代替注水流量 (注)	2	0	-	-	低圧原子炉代替注水流量 (注)	2	0	0	0	低圧原子炉代替注水流量 (注)	2	0	0	低圧原子炉代替注水流量と連動している系統の注水量より、低圧原子炉代替注水流量水位の代替監視可能
							サブレンジション・ブール水位 (SA)	1	1	1	1	サブレンジション・ブール水位 (SA)	1	1	1	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	監視パラメータ				抽出パラメータ		評価	
		分類	計器名称	計器数	計器名	抽出パラメータ	計器数	計器故障等	SBO
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (6) 代替淡水貯槽を水源とした対応手順 (可搬型代替注水大型ポンプを使用する場合) a. 代替淡水貯槽を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる送水 (放水/海水)	重大事故等対策要領	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	代替淡水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能
			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	
1.13.2.2 水源の確保	②	③	低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	原子炉水位、サブレンション・プール水位の変化により、代替淡水貯槽水位の代替監視可能
			低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータ		補助パラメータ	計器故障等	SBO
					計器数	計器名			
1.13.2.2 水源の確保	①	②	低圧原子炉代替注水貯槽水位	1	1	①	-	低圧原子炉代替注水貯槽水位を水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
③	④	⑤	原子炉水位 (SA)	1	1	-	-	注水先の原子炉水位の変化により、低圧原子炉代替注水貯槽水位の代替監視可能	-
⑥	⑦	⑧	低圧原子炉代替注水ポンプ吐出圧力	2	0	0	-	低圧原子炉代替注水ポンプ吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能	-
⑨	⑩	⑪	「緊急時計器本装置」に確認	-	-	-	-	-	-

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	対応手段	抽出パワメータを計測する計器				抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器				評価				
		分類	計器名称	パワメータ 分類	種別 分類理由	計器名称	パワメータ 分類	種別 分類理由	計器位置		計器位置			
重大事故等 発生時	水質の確保 (2/2)	1	西側冷却水貯水設備 水位	①	-	低圧冷却水貯水設備原子炉注水 流量(常設ライン用)	1	1	1	低圧冷却水貯水設備原子炉注水 流量(常設ライン用)	1	1	1	低圧冷却水貯水設備原子炉注水 流量(常設ライン用)の注水量より、西側冷却水貯水設備 水位の代替監視可能
						低圧冷却水貯水設備原子炉注水 流量(可搬ライン用)	1	1	1	低圧冷却水貯水設備原子炉注水 流量(可搬ライン用)	1	1	1	低圧冷却水貯水設備原子炉注水 流量(可搬ライン用)の注水量より、西側冷却水貯水設備 水位の代替監視可能
操作	水質の確保	1	代冷却水貯水設備 水位	①	-	低圧冷却水貯水設備原子炉注水 流量(常設ライン用)	1	1	1	低圧冷却水貯水設備原子炉注水 流量(常設ライン用)	1	1	1	代冷却水貯水設備を水源としている高 圧の注水より、運転している系統の注 水量より、代冷却水貯水設備水位の代 替監視可能
						低圧冷却水貯水設備原子炉注水 流量(可搬ライン用)	1	1	1	低圧冷却水貯水設備原子炉注水 流量(可搬ライン用)	1	1	1	代冷却水貯水設備を水源としている高 圧の注水より、運転している系統の注 水量より、代冷却水貯水設備水位の代 替監視可能

①：重要監視パワメータ、②：有効監視パワメータ、③：補助パワメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	対応手段	抽出パワメータを計測する計器				抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器				評価				
		分類	計器名称	パワメータ 分類	種別 分類理由	計器名称	パワメータ 分類	種別 分類理由	計器位置		計器位置			
重大事故等 発生時	水質の確保 (2/2)	1	低圧冷却水貯水設備 水位	①	-	低圧冷却水貯水設備原子炉注水 流量(常設ライン用)	1	1	1	低圧冷却水貯水設備原子炉注水 流量(常設ライン用)	1	1	1	低圧冷却水貯水設備を水源とする系統のうち、運転 している系統の注水量より、西側冷却水貯水設備 水位の代替監視可能
						低圧冷却水貯水設備原子炉注水 流量(可搬ライン用)	1	1	1	低圧冷却水貯水設備原子炉注水 流量(可搬ライン用)	1	1	1	低圧冷却水貯水設備を水源とする系統のうち、運転 している系統の注水量より、西側冷却水貯水設備 水位の代替監視可能
操作	水質の確保	1	代冷却水貯水設備 水位	①	-	低圧冷却水貯水設備原子炉注水 流量(常設ライン用)	1	1	1	低圧冷却水貯水設備原子炉注水 流量(常設ライン用)	1	1	1	代冷却水貯水設備を水源とする高 圧の注水より、運転している系統の注 水量より、代冷却水貯水設備水位の代 替監視可能
						低圧冷却水貯水設備原子炉注水 流量(可搬ライン用)	1	1	1	低圧冷却水貯水設備原子炉注水 流量(可搬ライン用)	1	1	1	代冷却水貯水設備を水源とする高 圧の注水より、運転している系統の注 水量より、代冷却水貯水設備水位の代 替監視可能

①：重要監視パワメータ、②：有効監視パワメータ、③：補助パワメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (8) 海を水源とした対応手順 a. 海を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる送水 重大事故等対策要領	水源の確保 (1 / 2)	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 水流量	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 水流量	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	
1.13.2.2 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	①	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	代替注水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
				SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器数	
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (8) 海を水源とした対応手順 a. 海を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる送水 重大事故等対策要領	水源の確保 (1 / 2)	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 水流量	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 水流量	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 水流量	1	1	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
重大事故等対策要領	判断基準 (2 / 2)	水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン表筒城用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (狭帯域) 原子炉水位 (S.A.帯域) 原子炉水位 (S.A.燃料城) サブレンジオン・ブール水位	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	計器故障等 西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転した貯水設備水位の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			水源の確保	海を利用	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
重大事故等対策要領	判断基準 (2 / 2)	水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン表筒城用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (狭帯域) 原子炉水位 (S.A.帯域) 原子炉水位 (S.A.燃料城) サブレンジオン・ブール水位	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	計器故障等 西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転した貯水設備水位の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			水源の確保	海を利用	-	-	-	-	-	-	-	-

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対処手段	項目	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価						
		計器名称	計器数	SBO 影響	分類	補助パラメータ	計器名称	計器数	計器故障等					
									直後	負荷切り離した後				
1.13.2.2 水源へ水を供給するための対応手順 a. 代替淡水貯蔵へ水を補給するための対応手順 a. 可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替淡水貯蔵への補給 (淡水/海水)	(a) 西側淡水貯水設備を水源とした可搬型代替注水中型ポンプにより代替淡水貯蔵への補給	監視パラメータ										SBO		
		抽出パラメータ												
重大事故等対策要領	判断基準 (1/2)	水源の確保	1	1	①	—	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能	
		西側淡水貯水設備水位	1	1	①	—	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認	
①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ		低圧代替注水系格納容器	—	—	—	—	低圧代替注水系格納容器	1	1	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能	
		下流注水流量	—	—	—	—	低圧代替注水系格納容器	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	—	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	原子炉水位、サブプレッション・ブール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	—	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッション・ブール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	—	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッション・ブール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
サブプレッション・ブール水位	1	1	1	—	サブプレッション・ブール水位	1	1	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッション・ブール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能		

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対処手段	項目	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価					
		計器名称	計器数	SBO 影響	分類	補助パラメータ	計器名称	計器数	計器故障等				
									直後	負荷切り離した後			
1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等	原子炉水位 (燃料域) 監視	原子炉水位 (燃料域)	1	0	③	—	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	—	
		原子炉水位 (燃料域)	1	0	③	—	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	1	—
	原子炉水位 (燃料域)	原子炉水位 (燃料域)	1	0	③	—	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	1	—
		原子炉水位 (燃料域)	1	0	③	—	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	1	1
	原子炉水位 (燃料域)	原子炉水位 (燃料域)	1	0	③	—	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	1	—
		原子炉水位 (燃料域)	1	0	③	—	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	1	1
	備考	「緊急時対策本部」に確認		③	—	代替淡水貯水設備を確保するパラメータ	1	1	1	1	1	—	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
	分類	計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器数	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SRD	SRD			
対応手段 重大事故等対策要領 水源の確保 (2 / 2)	①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) サプレッション・ブローア水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				抽出パラメータ				評価			
	分類	計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器数	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SRD	SRD		
対応手段 重大事故等対策要領 水源の確保 (2 / 2)	①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) サプレッション・ブローア水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1

・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
重大事故等対策要領	水源の確保 (1 / 2)	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	補助パラメータ分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	計器故障等	SBO	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用) 減用	低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能	
			1	1	①	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1		
			1	1	①	低圧代替注水系格納容器下注注水量	低圧代替注水系格納容器下注注水量	1	1		
			2	2		原子炉水位 (広帯域)	原子炉水位 (広帯域)	2	2		
			2	2		原子炉水位 (S.A広帯域)	原子炉水位 (S.A広帯域)	2	2		
			1	1		原子炉水位 (S.A燃料域)	原子炉水位 (S.A燃料域)	1	1		
			1	1		サブレーション・プール水位	サブレーション・プール水位	1	1		

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
			計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
重大事故等対策要領	水源の確保 (1 / 2)	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	補助パラメータ分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	計器故障等	SBO	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用) 減用	低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能		
			1	1	①	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1			
			1	1	①	低圧代替注水系格納容器下注注水量	低圧代替注水系格納容器下注注水量	1	1			
			2	2		原子炉水位 (広帯域)	原子炉水位 (広帯域)	2	2			
			2	2		原子炉水位 (S.A広帯域)	原子炉水位 (S.A広帯域)	2	2			
			1	1		原子炉水位 (S.A燃料域)	原子炉水位 (S.A燃料域)	1	1			
			1	1		サブレーション・プール水位	サブレーション・プール水位	1	1			

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器数	直後	SBO 影響 負荷切り直し後	計器数	直後	SBO 影響 負荷切り直し後	
対応手段 重大事故等対 策要領	水源の確保 ② / ③	計器名称 代替淡水貯槽水位	1	1	1	計器名称 低圧代替注水系原子炉注 水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水流量(常設ライン装置 兼用) 低圧代替注水系原子炉注 水流量(可動ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水流量(可動ライン装置 兼用) 低圧代替注水系系統容器 スプレイ流量(常設ライ ン用) 低圧代替注水系系統容器 スプレイ流量(可動ライ ン用)	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	計器故障等 代替淡水貯槽を水源としている系 統のうち、運転している系統の注水 量より、代替淡水貯槽水位の代替監 視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
			計器数	直後	SBO 影響 負荷切り直し後	計器数	直後	SBO 影響 負荷切り直し後	
対応手段 重大事故等対 策要領	水源の確保 ② / ③	計器名称 代替淡水貯槽水位	1	1	1	計器名称 低圧代替注水系原子炉注 水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水流量(常設ライン装置 兼用) 低圧代替注水系原子炉注 水流量(可動ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水流量(可動ライン装置 兼用) 低圧代替注水系系統容器 スプレイ流量(常設ライ ン用) 低圧代替注水系系統容器 スプレイ流量(可動ライ ン用)	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	計器故障等 代替淡水貯槽を水源とするポン プの吐出圧力より、代替淡水貯槽水 位が確保されていることを監視可能	
									補助パラメータ 分類理由

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価					
		計器数	直後	負荷切り離し後	バロメータ	計器数	直後	負荷切り離し後	計器数		直後	負荷切り離し後			
1.13.2.9 水源へ水と供給するための自圧手続 (1) 代替淡水貯槽へ水と供給するための自圧手続 a. 甲種型代替注水中ポンプ又は可搬型代替注水中ポンプによる代替淡水貯槽への供給 b. 落水タンクを水源とした可搬型代替注水中ポンプ又は可搬型代替注水中ポンプによる代替淡水貯槽への供給	重大事故等対策要項	多目的タンク水位	1	0	0	③	代淡水水源の備 用淡水貯槽タンク水位	1	0	0	③				
		落水タンク水位	1	0	0	③	代淡水水源の備 用落水タンク水位	1	0	0	③				
1.13.3 断水保	断水保	代淡水貯槽水位	1	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1				
							低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン使用 線用)	1	1	1	1				
						低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1					
						低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン使用 線用)	1	1	1	1					
						低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (可搬タイ ン用)	1	1	1	1					
						低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (可搬タイ ン用)	1	1	1	1					
						低圧代替注水系格納容器 下部注水流量	1	1	1	1					
						原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2					
						原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1					
						原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1					
						サブプレッション・プール 水位	1	1	1	1					
						常設低圧代替注水系ポン プ吐出圧力	2	2	2	2					

①: 重要監視バロメータ, ②: 有効監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	計器数	直後	負荷切り離し後	バロメータ	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価
						計器数	直後	負荷切り離し後	バロメータ	計器数	直後	負荷切り離し後	計器数	
1.13.3 断水保	断水保	代淡水貯槽水位	1	0	0	③	代淡水水源の備 用淡水貯槽水位	1	0	0	③			
							代淡水水源の備 用落水タンク水位	1	0	0	③			
						低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1				
						低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン使用 線用)	1	1	1	1				
						低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1				
						低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン使用 線用)	1	1	1	1				
						低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (可搬タイ ン用)	1	1	1	1				
						低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (可搬タイ ン用)	1	1	1	1				
						低圧代替注水系格納容器 下部注水流量	1	1	1	1				
						原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2				
						原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1				
						原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1				
						サブプレッション・プール 水位	1	1	1	1				
						常設低圧代替注水系ポン プ吐出圧力	2	2	2	2				

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の取束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後			
重大事故等対 策要領	水源の確保	多目的タンク水位	1	0	③	-	-	-	-	計器故障等	SBO	
		通水貯蔵タンク水位	1	0	③		-	-	-			
		原水タンク水位	1	0	③		-	-	-			
		純水貯蔵タンク水位	1	0	③		-	-	-			
操作	水源の確保	臨圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用)	-	-	-	-	臨圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	1	代替注水貯槽を水源としている系統の うち、運転している系統の注水量より、 代替注水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		臨圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用)	-	-	-		臨圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	1		
		臨圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	-	-	-		臨圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1		
		臨圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	-	-	-		臨圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1		
		臨圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	-	-	-		臨圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1		
		臨圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	-	-	-		臨圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1		
		臨圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	-	-	-		臨圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1		
		臨圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	-	-	-		臨圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1		
		臨圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	-	-	-		臨圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1		
		臨圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	-	-	-		臨圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1		
操作	水源の確保	臨圧代替注水系貯槽水位	1	1	①	-	臨圧代替注水系貯槽水位	1	1	1	代替注水貯槽を水源とするポンプの吐 出圧力より、代替注水貯槽水位が確保 されていることを監視可能	計器故障等
		上部注水流量	-	-	-	-	臨圧代替注水系貯槽水位	1	1	1		
		原子炉水位 (広帯域)	-	-	-	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1		
		原子炉水位 (燃料域)	-	-	-	-	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1		
		原子炉水位 (S/A広帯域)	-	-	-	-	原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	1		
		原子炉水位 (S/A燃料域)	-	-	-	-	原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	1		
		サブプレッショングル 水位	-	-	-	-	サブプレッショングル 水位	1	1	1		
		常設低圧代替注水系ポン プ吐出圧力	-	-	-	-	常設低圧代替注水系ポン プ吐出圧力	2	2	2		
		常設低圧代替注水系ポン プ吐出圧力	-	-	-	-	常設低圧代替注水系ポン プ吐出圧力	2	2	2		
		常設低圧代替注水系ポン プ吐出圧力	-	-	-	-	常設低圧代替注水系ポン プ吐出圧力	2	2	2		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	監視パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	計器数	計器名称	抽出パラメータ	補助パラメータ	SDI影響		評価
		抽出パラメータ		補助パラメータ							SDI影響	計器故障等	
		計器数	直後	負荷切り履した後	直後								
1.13.2 本所へ水を供給するための対応手順 (1) 代替貯槽へ水を供給するための対応手順 a 可搬型代替注水貯槽ポンプ又は可搬型代替注水大形ポンプによる代替注水貯槽への補給 a (1) 水を水源とした可搬型代替注水貯槽ポンプ又は可搬型代替注水大形ポンプによる代替注水貯槽への補給	初期 断絶 準備		1	1	①		1	1	1	1	1	1	
重大事故等対													

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	
対応手段 重大事故等対 策要領	機器の種 別	代替淡水貯槽水位	低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	代替淡水貯槽を水源として いる系統のうち、運転して いる系統の注水量より、 代替淡水貯槽水位の代替 監視可能
			低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン兼 機用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン兼 機用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系格納容 器スプレイ流量 (常設ラ イン用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系格納容 器スプレイ流量 (可搬ラ イン用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系格納容 器下部注水流量	1	1	1	1	
			原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	
			原子炉水位 (S A広帯域)	1	1	1	1	
			原子炉水位 (S A燃料 域)	1	1	1	1	
サブプレッジョン・ブ ール水位	1	1	1	1				
常設低圧代替注水系ボ ンプ吐出圧力	2	2	2	2	代替淡水貯槽とボ ンプの吐出圧力より、 代替淡水貯槽水位が 確保されていること を監視可能			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	監視パラメータ			
		計器数	抽出パラメータを計測する計器 SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由
1.13.2.2 水源へ水を補給するための対応手順 (2) 西側淡水貯水設備へ水を補給するための対応手順 a. 可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給 (淡水/海水) a. 可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給 (a) 代替淡水貯水設備を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給	水源の確保	1	1	①	
	制電基礎 (1, 2)	1	1	①	
重大事故等対策要綱	低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1		
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1		
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1		
	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1		
	低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1		
	低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1		
	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	1	1		
	原子炉水位 (広帯域)	2	2		
	原子炉水位 (S.A広帯域)	2	2		
	原子炉水位 (S.A燃料域)	1	1		
サブプレッション・プール水位	1	1			
常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	2			

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器故障等	SBO	
対応手段 重大事故等対策要領	水源の確保 (2 / 2)	西側淡水貯水設備水位	1	1	1	抽出パラメータ	抽出パラメータ	SBO 影響 直後 1 負荷切り離し後 1	計器故障等	SBO
						補助パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類			
						低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系 統のうち、運転している系統の注水量 より、西側淡水貯水設備水位の代替監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
						低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン狭帯 域用)	1	1		
						低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (常設ライ ン用)	1	1		
						低圧代替注水系格納容器 下部注水流量	1	1		
						原子炉水位 (広帯域)	2	2		
						原子炉水位 (燃料域)	2	2		
						原子炉水位 (S A広帯域)	1	1		
						原子炉水位 (S A燃料域)	1	1		
						サブレーション・プール 水位	1	1		

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
重大事故等対策要項	水源の確保 ① / ②	①	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	代替注水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン設備用)	1	1	1	1	1		
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1		
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン設備用)	1	1	1	1	1		
			低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1		
			低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1		
			低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2		
			原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	1		
			サブプレッジョン・プール水位	1	1	1	1	1		
			常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2		

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の取束に必要なとなる水の供給手順等

対応手段	項目	監視パラメータ																
		分類	抽出パラメータ				パラメータ				抽出パラメータ				評価			
			計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO				
重大事故等対策要領	水源の確保 ① / ②		低圧代替注水系原子炉注水流量 (常備ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常備ライン使用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン使用)	1			1				1	1	1	1	1		代替注水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能	
			低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SAB燃料域) 原子炉水位 (SAB燃料域) サブプレッショングループ水位	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			代替注水貯槽水位	1		①					2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位、サブプレッショングループ水位の低下により、代替注水貯槽水位の代替監視可能
			代替注水系ポンプ吐出圧力											2	2	2	2	代替注水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替注水貯槽水位が確保されていることを監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

対応手段	項目	分類	監視パラメータ				抽出パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	SBO 影響		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	計器名称	計器数	SBO 影響		計器故障等		
					直後	負荷切り離し後					直後	負荷切り離し後			
1.13.2.2 水源へ水を供給するための対応手順 (2) 西側淡水貯水設備へ水を供給するための対応手順 a. 可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給 (淡水/海水) b. 淡水タンクを水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給	重大事故等対策要領	水源の確保	多目的タンク水位	1	0	③	代替水源の確保状態を確認するパラメータ	低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認			
			ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③		低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン狭帯域用)	1	1	1				
			原水タンク水位	1	0	③		低圧代替注水系格納容器スプレッド流量 (常設ライン用)	1	1	1				
			純水貯蔵タンク水位	1	0	③		低圧代替注水系格納容器下部注水量	1	1	1				
								原子炉水位 (広帯域)	2	2	1				
								原子炉水位 (燃料域)	2	2	1				
								原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1				
								原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1				
								サプレッション・プール水位	1	1	1				
								西側淡水貯水設備水位	1	1	1				

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
重大事故等対策要領		多目的タンク水位	1	0	0	—	—	—	—	—	—
		ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	0	—	—	—	—	—	—
		原水タンク水位	1	0	0	—	—	—	—	—	—
		純水貯蔵タンク水位	1	0	0	—	—	—	—	—	—
操作	水源の確保	低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	
		西側淡水貯水設備水位	1	1	1	①	—	—	—	—	原子炉水位、サブプレッション・プールの水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パワメータを計測する計器			抽出パワメータ			監視パワメータ			評価					
		計器数	直接	SBO影響 [食停切り直し後]	パワメータ 分類	補助パワメータ 分類理由	計器名称	計器数	直接	SBO影響 [食停切り直し後]	計器設備等	計器設備等	SBO			
1.13.2.2 水源へ水を供給するための対応手順 (2) 西側淡水貯水設備へ水を供給するための対応手順 a. 可搬型代替注水人型ポンプによる西側淡水貯水設備への供給 (c) 水を水源とした可搬型代替注水人型ポンプによる西側淡水貯水設備への供給	重大事故等対 置装置						低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン装置 適用) 低圧代替注水系格納容器 サブレイ流量 (常設ライ ン用) 低圧代替注水系格納容器 下部注水流量 原子炉水位 (広領域) 原子炉水位 (狭領域) 原子炉水位 (S A広領域) 原子炉水位 (S A狭領域) サブプレッシャ・プー ル水位	1	1	1	①	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系 統のうち、運転している系統の注水量 より、西側淡水貯水設備水位の代替 監視可能 監視事項は抽 出パワメータ にて確認	
水源の確 保							低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン装置 適用) 低圧代替注水系格納容器 サブレイ流量 (常設ライ ン用) 低圧代替注水系格納容器 上部注水流量 原子炉水位 (広領域) 原子炉水位 (狭領域) 原子炉水位 (S A広領域) 原子炉水位 (S A狭領域) サブプレッシャ・プー ル水位	1	1	1	①	1	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系 統のうち、運転している系統の注水量 より、西側淡水貯水設備水位の代替 監視可能 監視事項は抽 出パワメータ にて確認

①：重要監視パワメータ、②：有効監視パワメータ、③：補助パワメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価			
			計器数	SDI影響 直後 負荷切り履し後		計器数	SDI影響 直後 負荷切り履し後	計器故障等	SDI		
1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	2	0	0	③	0	0	-	-	-
		原子炉格納容器内の水位	1	1	1	①	1	1	-	-	-
原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	3	3	3	①	3	3	-	-	-
		原子炉格納容器内の水位	2	0	0	③	0	0	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の取束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ		計器名称	計器数	計器故障等		SBO		
			計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等			SBO影響				
1.13.2.3 水漏れを切り替えるための対応手順 ① 原子炉冷却系及び配管系に配管したスプレッドシステムによる原子炉圧力容器への注水時の水漏れの切替	AM設備別編 作手順書	原子炉格納容器内水位	2	0	0	③	低圧代替注水系原子炉注水配管(常設ライン用)は低圧代替注水系原子炉注水配管(可搬ライン用)に切替	1	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量、低圧代替注水系原子炉注水配管(可搬ライン用)の注水流量より、サブプレッショニング・プールの水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内水位	原子炉格納容器内水位	サブプレッショニング・プールの水位	1	1	1	①	低圧代替注水系格納容器用スプレッドシステム用)低圧代替注水系格納容器用スプレッドシステム用)	1	1	1	1	低圧代替注水系格納容器用スプレッドシステム用)低圧代替注水系格納容器用スプレッドシステム用)	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	サブプレッショニング・プールの温度	3	3	3	①	サブプレッショニング・プールの温度	3	3	3	3	サブプレッショニング・プールの温度変化によりサブプレッショニング・プールの水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
水源の確保	水源の確保	海水貯蔵タンク水位	2	0	0	③	海水貯蔵タンク水位	2	0	0	0	海水貯蔵タンク水位	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 重大事故等対 策要領	判断基準 (2/2)	西側淡水貯水設備水位 水源の確保	1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注 水量 (常設ライン用)	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系 統のうち、運転している系統の注水量 より、西側淡水貯水設備水位の代替監 視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	-
			1	1			低圧代替注水系原子炉注 水量 (常設ライン狭帯 域用)	1	1		
			1	1			低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (常設ライ ン用)	1	1		
			1	1			低圧代替注水系格納容器 下部注水量	1	1		
			2	2			原子炉水位 (広帯域)	2	2		
			2	2			原子炉水位 (燃料域)	2	2		
			1	1			原子炉水位 (SA広帯域)	1	1		
			1	1			原子炉水位 (SA燃料域)	1	1		
			1	1			サブレーション・プール 水位	1	1		
			1	0	③		多目的タンク水位	1	0		
1	0	③		ろ過水貯蔵タンク水位	1	0					
1	0	③		原水タンク水位	1	0					
1	0	③		純水貯蔵タンク水位	1	0					

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータの計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価			
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SFO		
対応手段 重大事故等対 処要領	重大事故等 発生時の 監視事項	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SFO影響 直後	SFO影響 直後	低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	計器故障等	SFO
						低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1		
重大事故等 発生時の 監視事項	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SFO影響 直後	SFO影響 直後	低圧代替注水系格納容器 スプレッド流量 (常設ライ ン用)	1	計器故障等	SFO	
					低圧代替注水系格納容器 スプレッド流量 (可搬ライ ン用)	1			
重大事故等 発生時の 監視事項	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SFO影響 直後	SFO影響 直後	低圧代替注水系格納容器 下部注水量	1	計器故障等	SFO	
					原子炉水位 (広帯域)	2			
重大事故等 発生時の 監視事項	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SFO影響 直後	SFO影響 直後	原子炉水位 (標準域)	2	計器故障等	SFO	
					原子炉水位 (S.A広帯域)	1			
重大事故等 発生時の 監視事項	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SFO影響 直後	SFO影響 直後	原子炉水位 (S.A燃料域)	1	計器故障等	SFO	
					サブレーション・プール 水位	1			
重大事故等 発生時の 監視事項	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SFO影響 直後	SFO影響 直後	常設低圧代替注水系ポン プ吐出圧力	2	計器故障等	SFO	
					海を利用	1			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

対応手段	項目	監視パラメータ												
		分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価					
			計器名称	計器数	直後	SBO影響	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響	計器故障等	SBO
1.13.2.3 水源へ水を供給するための対応手順 (2) 淡水から海水への切替え b. 西側淡水貯水設備への供給する水源の切替え 重大事故等対策要領	水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン狭帯減用) 低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下部注水量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A広帯域) 原子炉水位 (S.A燃料域) サブプレッジョン・プールの水位	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の取束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価						
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷印り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷印り直し後	計器故障等	評価	
対応手段 重大事故等対 策要領	項目 監視 基準 (2/2)	代替淡水貯槽水位 水源の確保	代替淡水貯槽水位	1	1	1	①	低圧代替注本系原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	代替淡水貯槽を水測としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			低圧代替注本系原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	①	低圧代替注本系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	1	1		代替淡水貯槽を水測としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能
			低圧代替注本系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	1	①	低圧代替注本系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	1	1		代替淡水貯槽を水測としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能
			低圧代替注本系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	1	①	低圧代替注本系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	1	1		代替淡水貯槽を水測としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能
			低圧代替注本系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	1	①	低圧代替注本系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	1	1		代替淡水貯槽を水測としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能
			低圧代替注本系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	1	①	低圧代替注本系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	1	1		代替淡水貯槽を水測としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能
			低圧代替注本系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	1	①	低圧代替注本系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	1	1		代替淡水貯槽を水測としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能
			低圧代替注本系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	1	①	低圧代替注本系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	1	1		代替淡水貯槽を水測としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能
			低圧代替注本系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	1	①	低圧代替注本系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	1	1		代替淡水貯槽を水測としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能
			低圧代替注本系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	1	①	低圧代替注本系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	1	1		代替淡水貯槽を水測としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能
			低圧代替注本系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	1	①	低圧代替注本系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	1	1		代替淡水貯槽を水測としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能
			低圧代替注本系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	1	①	低圧代替注本系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	1	1		代替淡水貯槽を水測としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能
			低圧代替注本系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	1	①	低圧代替注本系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	1	1		代替淡水貯槽を水測としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
重大事故等対策要領	水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	補助パラメータ分類理由	抽出パラメータ分類	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
						①	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1		
海を利用								低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	1	1	原子炉水位、サブレーション・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能	
								原子炉水位 (B帯域)	2	2		
								原子炉水位 (燃料域)	2	2		
								原子炉水位 (S A帯域)	1	1		
海を利用								原子炉水位 (S A燃料域)	1	1		
								サブレーション・プール水位	1	1		

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの種類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
				計器数	直後			
1.14.2.1 代替電源 (交流) による対応手順 非常時運転手順書 (項別) 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】	電源	1	0	0	0	①	500kV 母線の受電状態を確認する ① 非常時母線の受電状態を確認する ② パラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常時母線の受電状態を確認する ① パラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常時母線の受電状態を確認する ① パラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常時母線の受電状態を確認する ① パラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常時母線の受電状態を確認する ① パラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常時母線の受電状態を確認する ① パラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常時母線の受電状態を確認する ① パラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常時母線の受電状態を確認する ① パラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常時母線の受電状態を確認する ① パラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常時母線の受電状態を確認する ① パラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常時母線の受電状態を確認する ① パラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常時母線の受電状態を確認する ① パラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常時母線の受電状態を確認する ① パラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常時母線の受電状態を確認する ① パラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常時母線の受電状態を確認する ① パラメータ	-

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの種類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
				計器数	直後			
1.14.2.1 代替電源 (交流) による対応手順 (1) 代替交流電源設備による給電 非常時運転手順書 (項別) 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】	電源	1	1	1	1	①	東海原子力線 1 L の受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	東海原子力線 2 L の受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	原子力 1 号機の受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	緊急用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの種類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
				計器数	直後			
1.14.2.1 代替電源 (交流) による対応手順 非常時運転手順書 (項別) 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】 【交流/非常時運転】	電源	1	1	1	1	①	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常用メタタラの受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常用メタタラの受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常用メタタラの受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常用メタタラの受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常用メタタラの受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常用メタタラの受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常用メタタラの受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常用メタタラの受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常用メタタラの受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常用メタタラの受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常用メタタラの受電状態を確認するパラメータ	-
	電源	1	1	1	1	①	非常用メタタラの受電状態を確認するパラメータ	-

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 補償パラメータ, 補償パラメータの代償パラメータを計算する計器, 計器名, 計器数, 計器名称, 評価. Rows include emergency procedures for power supply and monitoring items like 500kV bus voltage and M/C 2C voltage.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 補償パラメータ, 補償パラメータの代償パラメータを計算する計器, 計器名, 計器数, 計器名称, 評価. Rows include emergency procedures for power supply and monitoring items like 275kV bus voltage and M/C 2D voltage.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 補償パラメータ, 補償パラメータの代償パラメータを計算する計器, 計器名, 計器数, 計器名称, 評価. Rows include emergency procedures for power supply and monitoring items like 220kV bus voltage and HPCS power supply.

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

Table with 5 main columns: 対応手段, 項目, 分類, 監視内容, 評価. It details monitoring items for power source assurance under various emergency response procedures.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

Table with 5 main columns: 対応手段, 項目, 分類, 監視内容, 評価. It details monitoring items for power source assurance under various emergency response procedures at Tokai No. 2.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

Table with 5 main columns: 対応手段, 項目, 分類, 監視内容, 評価. It details monitoring items for power source assurance under various emergency response procedures at Shimane No. 2.

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

Table with columns for countermeasures, categories, items, and monitoring equipment. It details procedures for power restoration and monitoring of various power sources like emergency generators and power cables.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

Table showing monitoring items for power restoration at Tokai No. 2. It lists specific voltage levels and equipment status, such as '275kV Tokai No. 2 power cable 2L' and 'Emergency generator 1L'.

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

Table for monitoring items at Shikoku No. 2. It details monitoring of power cables, emergency generators, and power restoration equipment, including specific voltage levels and equipment types.

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの種類	抽出パラメータの種類理由	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器数	直後	SBO影響 区分I直流電源 区分II直流電源 を延命した場合				計器数	直後	SBO影響 区分I直流電源 区分II直流電源 を延命した場合	
1.14.2.2 代替電源 (直後) による対応手順 非常時運転操作手順書 (徴候ベース) 緊急時運転操作手順書 (停止時徴候ベース) [交流/直流電源供給回復]	電源	500kV 母線電圧	1	0	0	③	500kV 母線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		M/C 電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		第一C/D 発電機電圧	1	1	1	③	緊急時対策本部に確認	-	-	-	-	
		第二C/D 発電機電圧	1	1	1	③	緊急時対策本部に確認	-	-	-	-	
		電源車電圧	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		直流120V 主母線電圧	1	1	1	③	直流電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		P/C C-1電圧 (他号炉)	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		P/C D-1電圧 (他号炉)	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		非常用M/C発電機出力 (他号炉)	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		非常用M/C発電機出力 (他号炉)	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
電源	操作	275kV 東海原子力線 1L電圧	1	1	1	③	東海原子力線 1Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		275kV 東海原子力線 2L電圧	1	1	1	③	東海原子力線 2Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		154kV 原子力 1号線電圧	1	1	1	③	原子力 1号線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		M/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		M/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		常設代替高圧電源装置発電機電圧	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		常設代替高圧電源装置発電機出力	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの種類	抽出パラメータの種類理由	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後				計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替電源による対応手順 (1) 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替交流電源による給電 a. 常設代替交流電源設備による非常用高圧母線への給電	電源	275kV 東海原子力線 1L電圧	1	1	1	③	東海原子力線 1Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
275kV 東海原子力線 2L電圧		1	1	1	③	東海原子力線 2Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-		
154kV 原子力 1号線電圧		1	1	1	③	原子力 1号線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-		
M/C 2C電圧		1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-		
M/C 2D電圧		1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-		
緊急用M/C電圧		1	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-		
M/C 2C電圧		1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-		
M/C 2D電圧		1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-		
常設代替高圧電源装置発電機電圧		6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-		
常設代替高圧電源装置発電機出力		6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-		

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの種類	抽出パラメータの種類理由	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後				計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	
1.14.2.2 代替電源 (直後) による対応手順 非常時運転操作手順書 (徴候ベース) 緊急時運転操作手順書 (停止時徴候ベース) [交流/直流電源供給回復]	電源	B-110V 非常用電源電圧 (S A) 電圧	1	1	1	③	非常用電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		230V 非常用電源 (常用) 電圧	1	1	1	③	非常用電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		所圧発電機電圧	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		所圧発電機出力電圧	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		B-110V 非常用電源 (S A) 電圧	1	1	1	③	非常用電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		S A用110V 非常用電源電圧	1	1	1	③	非常用電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		230V 非常用電源 (常用) 電圧	1	1	1	③	非常用電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		B-110V 非常用電源電圧 (S A) 電圧	1	1	1	③	非常用電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		230V 非常用電源 (常用) 電圧	1	1	1	③	非常用電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		所圧発電機電圧	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
電源	操作	B-110V 非常用電源 (S A) 電圧	1	1	1	③	非常用電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		S A用110V 非常用電源電圧	1	1	1	③	非常用電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		230V 非常用電源 (常用) 電圧	1	1	1	③	非常用電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		B-110V 非常用電源電圧 (S A) 電圧	1	1	1	③	非常用電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		230V 非常用電源 (常用) 電圧	1	1	1	③	非常用電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		所圧発電機電圧	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		所圧発電機出力電圧	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		B-110V 非常用電源 (S A) 電圧	1	1	1	③	非常用電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		S A用110V 非常用電源電圧	1	1	1	③	非常用電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
		230V 非常用電源 (常用) 電圧	1	1	1	③	非常用電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

Table with 6 main columns: 項目/分類, 対応手段, 計器名称, 抽出パラメータを計測する計器, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, 評価. It lists various monitoring items for power supply assurance at the柏崎刈羽 nuclear power plant.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

Table with 6 main columns: 項目/分類, 計器名称, 計器数, 抽出パラメータを計測する計器, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, 評価. It lists monitoring items for power supply assurance at the 東海第二 nuclear power plant.

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

Table with 6 main columns: 項目, 計器名称, 計器数, 抽出パラメータを計測する計器, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, 評価. It lists monitoring items for power supply assurance at the 島根 nuclear power plant.

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	評価
			計器数	SBO影響 事後 発生した場合 を回避した場合	SBO影響 事後 発生した場合 を回避した場合		
事故時の運転手操作 (「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」)	電源	275kV電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2C電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2D電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2E電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2F電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2G電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2H電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2I電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2J電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2K電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	評価
			計器数	SBO影響 事後 発生した場合 を回避した場合	SBO影響 事後 発生した場合 を回避した場合		
事故時の運転手操作 (「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」)	電源	275kV電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2C電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2D電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2E電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2F電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2G電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2H電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2I電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2J電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2K電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	評価
			計器数	SBO影響 事後 発生した場合 を回避した場合	SBO影響 事後 発生した場合 を回避した場合		
事故時の運転手操作 (「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給再開」)	電源	275kV電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2C電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2D電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2E電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2F電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2G電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2H電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2I電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2J電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	
	電源	M/C 2K電圧	1	1	①	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価			
		計器数	計器名称	計器名称	計器故障等				
1.14.2.5 重大事故等対処期間(設計基準範囲)の対応手順 (1)非常用交流電源設備による給電 事故時運転操作手順 書(機組ベース) 「交配/直交電源供給 回復」 事故時運転操作手順 書(停止時機組ベ- ース) 「交配/直交電源供給 回復」	500kV 母線電圧	1	0	0	0	③	500kV 母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
			計器数	計器名称	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替電源による対応手順 (2) 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替直交電源による給電 a. 所内常設直交電源設備による直流125V主母線盤等への給電 非常時運転手順 書II(機組ベ- ース) 「電源供給回 復」 非常時運転手順 書II(停止時機 組ベ-ース) 「停止時電源復 旧」 AM設備別操作 手順書	275kV東海原子力線1L電 圧	1	1	③	東海原子力線1Lの受電状 態を確認するパラメータ	—	—	—	—	—	—
	275kV東海原子力線2L電 圧	1	1	③	東海原子力線2Lの受電状 態を確認するパラメータ	—	—	—	—	—	—
	154kV原子力1号線電圧	1	1	③	原子力1号線の受電状態を 確認するパラメータ	—	—	—	—	—	—
	M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	—	—	—	—	—	—
	M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	—	—	—	—	—	—
	M/C HPCS電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	—	—	—	—	—	—
	直流125V主母線盤2A電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	—	—	—	—	—	—
	直流125V主母線盤2B電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	—	—	—	—	—	—
	直流125V主母線盤2A電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	—	—	—	—	—	—
	直流125V主母線盤2B電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	—	—	—	—	—	—

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器数	計器名称	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後
1.14.2.5 重大事故等対処期間(設計基準範囲)の対応手順 (1)非常用交流電源設備による給電 事故時運転操作手順 書(機組ベース) 「交配/直交電源供給 回復」 事故時運転操作手順 書(停止時機組ベ- ース) 「交配/直交電源供給 回復」	500kV 母線電圧	1	0	0	0	③	500kV 母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—
	500kV 電圧	1	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	—	—

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器名称	計器数	SBO影響 区分I直流電源 事後を延長した場合	計器名称	計器数	SBO影響 区分I直流電源 事後を延長した場合	
1.14.2.5. 重大事故時材料供給機(炉心冷却装置)の対応手順 (2)非常用直流電源設備による給電 事故時運転手順書(機軸ベース) 事故時運転操作手順書(停止時機軸ベース) 事故時運転操作手順書(停止時機軸ベース) 「交圧/直流電源供給印復」	電源	電圧	50kV 母線電圧	1	0	0	①	50kV 母線の電圧状態を確認するパラメータ	-
			M/C C 電圧	1	1	1	①	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
			M/C D 電圧	1	1	1	①	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
			M/C E 電圧	1	1	1	①	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
電源	電圧	電圧	直流 125V 主母線電圧 B 電圧	1	1	1	③	直流電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-
			直流 125V 主母線電圧 C 電圧	1	1	1	③	直流電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-
			直流 125V 主母線電圧 D 電圧	1	1	1	③	直流電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-
			直流 125V 主母線電圧 E 電圧	1	1	1	③	直流電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機機軸喪失時の代替電源による対応手順 (2) 非常用ディーゼル発電機機軸喪失時の代替直流電源による給電 b. 高圧直流スプレィ系ディーゼル発電機による直流125V主母線電への給電 非常時運転手順 書II (機軸ベース) 「電源供給回復」 非常時運転手順 書II (停止時機軸ベース) 「停止時電源復旧」 AM設備別操作 手順書	電源	電圧	275kV 東海原子力線 1 L 電圧	1	1	1	③	東海原子力線 1 L の受電状態を確認するパラメータ	-
			275kV 東海原子力線 2 L 電圧	1	1	1	③	東海原子力線 2 L の受電状態を確認するパラメータ	-
			154kV 原子力 1 号線電圧	1	1	1	③	原子力 1 号線の受電状態を確認するパラメータ	-
			M/C 2 C 電圧	1	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
			M/C 2 D 電圧	1	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
			M/C HPCS 電圧	1	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
			HPCS D/G 発電機電圧	1	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-
			HPCS D/G 発電機電圧	1	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-
			HPCS D/G 発電機電圧	1	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-
			HPCS D/G 発電機電圧	1	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-
			HPCS D/G 発電機電圧	1	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器名称	計器数 ①内はPM	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数 ①内はPM	SBO影響 直後 負荷切り離し後	
1.14.2.5. 非常用ディーゼル発電機機軸喪失時の代替電源による対応手順 (1) 非常用ディーゼル発電機機軸喪失時の代替直流電源による給電 b. 高圧直流スプレィ系ディーゼル発電機による直流125V主母線電への給電 事故時運転手順書 (機軸ベース) 事故時運転操作手順書(機軸ベース) 「電源復旧」 事故時運転操作手順書(機軸ベース) 事故時運転操作手順書(停止時機軸ベース) 事故時運転操作手順書(停止時機軸ベース) 「交圧/直流電源供給印復」 事故時運転操作手順書(機軸ベース) 事故時運転操作手順書(停止時機軸ベース) 「交圧/直流電源供給印復」	電圧	電圧	250kV 第1原子力母線 1 L 電圧	1	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-
			220kV 第2原子力母線 2 L 電圧	1	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-
			60kV 系直圧電圧	1	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-
			C-メタタク母線電圧	1	1	1	③	非常用メタタクの受電状態を確認するパラメータ	-
			D-メタタク母線電圧	1	1	1	③	非常用メタタクの受電状態を確認するパラメータ	-
			高圧発電機電圧	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-
			高圧発電機電圧	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-
			緊急用メタタク電圧	1	1	1	③	緊急用メタタクの受電状態を確認するパラメータ	-
			C-メタタク母線電圧	1	1	1	③	非常用メタタクの受電状態を確認するパラメータ	-
			D-メタタク母線電圧	1	1	1	③	非常用メタタクの受電状態を確認するパラメータ	-
			C-ロードセンター母線電圧	1	1	1	③	非常用ロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価									
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後			計器名称	計器数		SBO影響 直後 負荷切り直し後								
1.14.2.4 非常用ディーゼルの発電機運転失時の代替電源による対応手順 (C) 非常用ディーゼルの発電機運転失時の代替電源による給電 (C) 可搬型代替直流電源設備による直流125V主母線への給電	項目	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	評価								
											125kV東海第二原子力線1L電圧	1	1	③	核種原子力線1Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
											275kV東海第二原子力線2L電圧	1	1	③	東海第二原子力線2Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
											154kV原子力1号線電圧	1	1	③	原子力1号線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
											M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
											M/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
											P/C 2C電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
											P/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
											直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
											直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
項目	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	評価									
										可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	可搬型代替低圧電源車の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
										可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	可搬型代替低圧電源車の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
										可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	可搬型代替低圧電源車の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
										可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	可搬型代替低圧電源車の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
										可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	可搬型代替低圧電源車の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
										可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	可搬型代替低圧電源車の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
										可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	可搬型代替低圧電源車の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
										可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	可搬型代替低圧電源車の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
										可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	可搬型代替低圧電源車の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
項目	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	評価									
										可搬型代替低圧電源車電圧	4	4	④	可搬型代替低圧電源車の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
										可搬型代替低圧電源車電圧	4	4	④	可搬型代替低圧電源車の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
										可搬型代替低圧電源車電圧	4	4	④	可搬型代替低圧電源車の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
										可搬型代替低圧電源車電圧	4	4	④	可搬型代替低圧電源車の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
										可搬型代替低圧電源車電圧	4	4	④	可搬型代替低圧電源車の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
										可搬型代替低圧電源車電圧	4	4	④	可搬型代替低圧電源車の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
										可搬型代替低圧電源車電圧	4	4	④	可搬型代替低圧電源車の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
										可搬型代替低圧電源車電圧	4	4	④	可搬型代替低圧電源車の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
										可搬型代替低圧電源車電圧	4	4	④	可搬型代替低圧電源車の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価									
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後			計器名称	計器数		SBO影響 直後 負荷切り直し後								
1.14 電源の確保に関する手順等	項目	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	評価								
											220kV 第二原子力線1L送電電圧	1	1	④	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
											220kV 第二原子力線2L送電電圧	1	1	④	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
											6.6kV 直島変電所電圧	1	1	④	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
											C-メタタフ母線電圧	1	1	④	非常用メタタフの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
											D-メタタフ母線電圧	1	1	④	非常用メタタフの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
											高圧発電機車電圧	1	1	④	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
											高圧発電機車電圧	1	1	④	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
											高圧発電機車電圧	1	1	④	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
											高圧発電機車電圧	1	1	④	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
項目	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	評価									
										C-メタタフ母線電圧	1	1	④	非常用メタタフの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
										D-メタタフ母線電圧	1	1	④	非常用メタタフの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
										C-ロードセンター母線電圧	1	1	④	非常用ロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
										D-ロードセンター母線電圧	1	1	④	非常用ロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
										C-ロードセンター母線電圧	1	1	④	非常用ロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
										D-ロードセンター母線電圧	1	1	④	非常用ロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
										C-ロードセンター母線電圧	1	1	④	非常用ロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
										D-ロードセンター母線電圧	1	1	④	非常用ロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
										C-ロードセンター母線電圧	1	1	④	非常用ロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価			
				計器数	直後 負荷切り直し後	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数	直後 負荷切り直し後	計器故障等	SBO
1.14.2.5 代替海水送水による対応手順 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	電源	電源	275kV東海原子力線 1 L電圧	1	1	③	東海原子力線 1 Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			275kV東海原子力線 2 L電圧	1	1	③	東海原子力線 2 Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			15kV原子力 1号線電圧	1	1	③	原子力 1号線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			M/C 2 C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			M/C 2 D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			M/C HPC S電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			M/C 2 C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			M/C 2 D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			M/C HPCS電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			M/C 2 D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機稼働時の代替手順 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	電源	電源	2 C・2 D非常用ディーゼル発電機閉入口圧力	2	2	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			高圧炉心スプレイズディーゼル発電機閉入口圧力	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価			
				計器数	直後 負荷切り直し後	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数	直後 負荷切り直し後	計器故障等	SBO
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機稼働時の代替手順 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	電源	電源	220kV 第2原子力線 1 L電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			220kV 第2原子力線 2 L電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			6.6kV 補助発電機電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			C-メタタタ母線電圧	1	1	③	非常用メタタタ受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			D-メタタタ母線電圧	1	1	③	非常用メタタタ受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			C-メタタタ母線電圧	1	1	③	非常用メタタタ受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			D-メタタタ母線電圧	1	1	③	非常用メタタタ受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			HPCS-ディーゼル発電機電圧	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			HPCS-ディーゼル発電機電圧	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			HPCS-ディーゼル発電機電圧	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	直後	負荷切り履した後	計器名称	直後	負荷切り履した後	計器故障等	評価
1.14.2.6 燃料の補給手順 重大事故等対策 要領	補機監視機能	可搬型設備用軽油タンクレベル	8	8	③	-	-	-	-
	別冊 基準	タンクローレベル	1	1	③	-	-	-	-
	操作	可搬型設備用軽油タンクレベル	8	8	③	-	-	-	-
	別冊 基準	タンクローレベル	1	1	③	-	-	-	-
AM設備別操作 手順書	補機監視機能	軽油貯蔵タンクレベル	2	2	③	-	-	-	-
	操作	軽油貯蔵タンクレベル	2	2	③	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
			計器名称 (0)内はAM	直後	負荷切り履した後	計器名称 (0)内はAM	直後	負荷切り履した後	計器故障等	評価
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機稼働時の代替電源による対応手順 (1) 非常用ディーゼル発電機稼働開始時の代替電源による発電 d. 5分間電力超過ケーブルを利用したM/C、C系又はM/C、D系発電 機 「外京電機株式会社対応手 順」 「電圧(電圧)」「動作電圧」 「1分間継続による非常用 母線充電」	電圧	220kV 第2部1分時 機1L送電電圧	1	1	③	-	-	-	-	
		220kV 第2部1分時 機2L送電電圧	1	1	③	-	-	-	-	
		0.6kV 機内送電電圧	1	1	③	-	-	-	-	
		C-メタタタ母線電圧	1	1	③	-	-	-	-	
		D-メタタタ母線電圧	1	1	③	-	-	-	-	
		C-メタタタ母線電圧 (他 「緊急時対策本部」に確認)	1	1	③	-	-	-	-	
		D-メタタタ母線電圧 (他 「緊急時対策本部」に確認)	1	1	③	-	-	-	-	
		C-メタタタ母線電圧	1	1	③	-	-	-	-	
		D-メタタタ母線電圧	1	1	③	-	-	-	-	
		非常用ディーゼル発電機出力 (他 「緊急時対策本部」に確認)	1	1	③	-	-	-	-	
1.14.2.5 非常用ディーゼル発電機稼働時の代替電源による対応手順 (1) 非常用ディーゼル発電機稼働開始時の代替電源による発電 d. 5分間電力超過ケーブルを利用したM/C、C系又はM/C、D系発電 機 「外京電機株式会社対応手 順」 「電圧(電圧)」「動作電圧」 「1分間継続による非常用 母線充電」	電圧	220kV 第2部1分時 機1L送電電圧	1	1	③	-	-	-	-	
		220kV 第2部1分時 機2L送電電圧	1	1	③	-	-	-	-	
1.14.2.6 燃料の補給手順 重大事故等対策 要領	補機監視機能	可搬型設備用軽油タンクレベル	8	8	③	-	-	-	-	
		タンクローレベル	1	1	③	-	-	-	-	
		可搬型設備用軽油タンクレベル	8	8	③	-	-	-	-	
		タンクローレベル	1	1	③	-	-	-	-	
		軽油貯蔵タンクレベル	2	2	③	-	-	-	-	
		軽油貯蔵タンクレベル	2	2	③	-	-	-	-	
		非常用ディーゼル発電機出力 (他 「緊急時対策本部」に確認)	1	1	③	-	-	-	-	
		非常用ディーゼル発電機出力 (他 「緊急時対策本部」に確認)	1	1	③	-	-	-	-	
		非常用ディーゼル発電機出力 (他 「緊急時対策本部」に確認)	1	1	③	-	-	-	-	
		非常用ディーゼル発電機出力 (他 「緊急時対策本部」に確認)	1	1	③	-	-	-	-	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	パラメータ 分類	計器名称	計器数	
L14.2.7 設計基準事故対処設備による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による非常用炉内圧気設備への給電 非常用交流電源設備 書II (微減ベ 「電源供給回 復」 非常用運転手 書II (停止時 機ベース) 「停止時電源復 旧」	電源	275kV東海原子力線 1L電 圧	1	1	③	東海原子力線 1Lの受電状 態を確認するパラメータ	-	-
		275kV東海原子力線 2L電 圧	1	1	③	東海原子力線 2Lの受電状 態を確認するパラメータ	-	-
		15kV原子力1号機電圧	1	1	③	原子力1号機の受電状態を 確認するパラメータ	-	-
		M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-
		M/C HPCS電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-
		M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-
		M/C HPCS電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-
		2C・2D D/G発電機 電圧	2	2	③		-	-
L14.2.8 燃料の供給手順 (2) タンクローリーからの燃料供給 燃料供給 書II (燃料供給 再開) 「燃料供給再開 確認」	操作	HPCS D/G発電機電 圧	1	1	③		-	-
		2C・2D D/G発電機 電圧	2	2	③		-	-
		HPCS D/G発電機電 圧	1	1	③		-	-
		2C・2D D/G発電機 電圧	2	2	③		-	-
L14.2.9 燃料の供給手順 (3) タンクローリーからの燃料供給 燃料供給 書II (燃料供給 再開) 「燃料供給再開 確認」	操作	HPCS D/G発電機電 圧	1	1	③		-	-
		2C・2D D/G発電機 電圧	2	2	③		-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称 ①内はPM	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	パラメータ 分類	計器名称 ①内はPM	計器数	
L14.2.4 燃料の供給手順 (1) タンクローリーからの燃料供給 燃料供給 書II (燃料供給 再開) 「燃料供給再開 確認」	監視監視機能	「緊急時対策本部」に確認 タンクレベル	1	1	③	燃料の燃料状態を確認する パラメータ	-	-
		「緊急時対策本部」に確認 タンクレベル	1	1	③	燃料の燃料状態を確認する パラメータ	-	-
		「緊急時対策本部」に確認 タンクレベル	1	1	③	燃料の燃料状態を確認する パラメータ	-	-
		「緊急時対策本部」に確認 タンクレベル	1	1	③	燃料の燃料状態を確認する パラメータ	-	-
		「緊急時対策本部」に確認 タンクレベル	1	1	③	燃料の燃料状態を確認する パラメータ	-	-
		「緊急時対策本部」に確認 タンクレベル	1	1	③	燃料の燃料状態を確認する パラメータ	-	-
		「緊急時対策本部」に確認 タンクレベル	1	1	③	燃料の燃料状態を確認する パラメータ	-	-
		「緊急時対策本部」に確認 タンクレベル	1	1	③	燃料の燃料状態を確認する パラメータ	-	-
		「緊急時対策本部」に確認 タンクレベル	1	1	③	燃料の燃料状態を確認する パラメータ	-	-
		「緊急時対策本部」に確認 タンクレベル	1	1	③	燃料の燃料状態を確認する パラメータ	-	-
L14.2.5 燃料の供給手順 (2) タンクローリーからの燃料供給 燃料供給 書II (燃料供給 再開) 「燃料供給再開 確認」	監視監視機能	「緊急時対策本部」に確認 タンクレベル	1	1	③	燃料の燃料状態を確認する パラメータ	-	-
		「緊急時対策本部」に確認 タンクレベル	1	1	③	燃料の燃料状態を確認する パラメータ	-	-

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	SBO影響 直後	計器数	計器名称	SBO影響 直後	計器数	計器故障等	SBO
1.14.2.7 設計基準事故対処設備による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による非常用所内電気設備への給電 軽油貯蔵タンクレベル 2C・2D非常用ディーゼル発電機燃料油タンクレベル 高圧炉心スプレイスprayシステム 非常時運転手順書II(運転時監視)「電源供給回復」 非常時運転手順書II(停止時監視)「電源供給回復」 非常時運転手順書II(停止時監視)「停止時電源回復」	機械監視機能 操作 (2 / 2)	軽油貯蔵タンクレベル	2	2	-	-	-	-	-
		2C・2D非常用ディーゼル発電機燃料油タンクレベル	2	2	-	-	-	-	-
		高圧炉心スプレイスprayシステム	1	1	-	-	-	-	-
		非常時運転手順書II(運転時監視)「電源供給回復」	1	0	-	-	-	-	-
		非常時運転手順書II(停止時監視)「電源供給回復」	1	0	-	-	-	-	-
		非常時運転手順書II(停止時監視)「停止時電源回復」	1	0	-	-	-	-	-
		DGSW海水流量 (2C)	1	0	-	-	-	-	-
		DGSW海水流量 (2D)	1	0	-	-	-	-	-
		DGSW海水流量 (HPC)	1	0	-	-	-	-	-
		DGSW海水流量 (HPS)	1	0	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			SBO影響 直後	計器数	計器名称	SBO影響 直後	計器数		
監視 電源 非常時運転手順書II(運転時監視)「電源供給回復」 非常時運転手順書II(停止時監視)「電源供給回復」 非常時運転手順書II(停止時監視)「停止時電源回復」	電源	220kV 第2期子分母線 上流電圧	1	1	②	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	計器故障等	500	
		220kV 第2期子分母線 下流電圧	1	1	②	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	計器故障等	500	
		6.6kV 機組系統電圧	1	1	②	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	計器故障等	500	
		C-メタタラジ電圧	1	1	②	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	計器故障等	500	
		D-メタタラジ電圧	1	1	②	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	計器故障等	500	
		HPCシステム電圧	1	1	②	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	計器故障等	500	
		C-メタタラジ電圧	1	1	②	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	計器故障等	500	
		D-メタタラジ電圧	1	1	②	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	計器故障等	500	
		HPCシステム電圧	1	1	②	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	計器故障等	500	
		ディーゼル発電機電圧	2	2	②	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	計器故障等	500	
操作 非常時ディーゼル発電機 非常時ディーゼル発電機 非常時ディーゼル発電機 非常時ディーゼル発電機 非常時ディーゼル発電機 非常時ディーゼル発電機 非常時ディーゼル発電機 非常時ディーゼル発電機 非常時ディーゼル発電機 非常時ディーゼル発電機	電源	非常時ディーゼル発電機電圧	2	2	②	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	計器故障等	500	
		非常時ディーゼル発電機電圧	2	2	②	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	計器故障等	500	
		非常時ディーゼル発電機電圧	2	2	②	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	計器故障等	500	
		非常時ディーゼル発電機電圧	2	2	②	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	計器故障等	500	
		非常時ディーゼル発電機電圧	2	2	②	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	計器故障等	500	
		非常時ディーゼル発電機電圧	2	2	②	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	計器故障等	500	
		非常時ディーゼル発電機電圧	2	2	②	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	計器故障等	500	
		非常時ディーゼル発電機電圧	2	2	②	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	計器故障等	500	
		非常時ディーゼル発電機電圧	2	2	②	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	計器故障等	500	
		非常時ディーゼル発電機電圧	2	2	②	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	計器故障等	500	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	監視パラメータ				評価			
		計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器 SBO影響 直後 負荷切り直し後	抽出パラメータを計測する計器 SBO影響 直後 負荷切り直し後				
1.14.2.6 重大事故等対処設備 (設計基準状態) による発電機動作監視 (監視電源復旧)	電源	275kV 東海原子力線 1 L 電圧	1	1	③	東海原子力線 1 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		275kV 東海原子力線 2 L 電圧	1	1	③	東海原子力線 2 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		15kV 原子力 1 号線電圧	1	1	③	原子力 1 号線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		M/C 2 C 電圧	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		M/C 2 D 電圧	1	1	③		-	-	-
		M/C HPCS 電圧	1	1	③		-	-	-
		直流 125V 主母線電圧 2 A 電圧	1	1	③		-	-	-
		直流 125V 主母線電圧 2 B 電圧	1	1	③		-	-	-
		直流 125V 主母線電圧 HPCS 電圧	1	1	③		-	-	-
		直流 ±24V 中性子モニタ用分電圧 2 A 電圧	1	1	③		-	-	-
		直流 ±24V 中性子モニタ用分電圧 2 B 電圧	1	1	③		-	-	-
		直流 125V 主母線電圧 2 A 電圧	1	1	③		-	-	-
		直流 125V 主母線電圧 2 B 電圧	1	1	③		-	-	-
		直流 125V 主母線電圧 HPCS 電圧	1	1	③		-	-	-
直流 ±24V 中性子モニタ用分電圧 2 A 電圧	1	1	③		-	-	-		
直流 ±24V 中性子モニタ用分電圧 2 B 電圧	1	1	③		-	-	-		
1.14.2.7 設計基準状態設備による対応手順 (2) 非常用直流電源設備による発電機動作監視 (監視電源復旧)	電源	直流 125V 主母線電圧 2 A 電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		直流 125V 主母線電圧 2 B 電圧	1	1	③		-	-	-
1.14.2.8 重大事故等対処設備 (設計基準状態) による発電機動作監視 (監視電源復旧)	電源	直流 125V 主母線電圧 2 A 電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		直流 125V 主母線電圧 2 B 電圧	1	1	③		-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	監視パラメータ				評価			
		計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器 SBO影響 直後 負荷切り直し後	抽出パラメータを計測する計器 SBO影響 直後 負荷切り直し後				
1.14.2.6 重大事故等対処設備 (設計基準状態) による発電機動作監視 (監視電源復旧)	電源	220kV 第2原子力線 1 L 電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		220kV 第2原子力線 2 L 電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		6.6kV 島島支線電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		C-メタタタ母線電圧	1	1	③	非常用メタタタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		D-メタタタ母線電圧	1	1	③	非常用メタタタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		HPCS-メタタタ母線電圧	1	1	③	非常用メタタタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		A-115V 系直流電源電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		島島中心スレイブ直流電源電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		220V 系直流電源 (RCI C) 母線電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		A-原子力中性子計測用直流電源母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		B-原子力中性子計測用直流電源母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違