

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内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				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 1 負荷切り離し後 1	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 2 負荷切り離し後 1	計器故障等	SBO	評価		
													原子炉圧力 容器内の 水位	計器故障等	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
非常時手順書 II (飯俣ベ- ス)「PCV圧力 制御」等 非常時手順書 III (シビア クシデント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	判 断 準 則 (2 5)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	1	計器故障等	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 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	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	計器故障等	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				
			高圧代替注水系系統流量	1	1	①	高圧代替注水系系統流量	1	1	計器故障等	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				
			低圧代替注水系原子炉注水流 量 (常設ライン用)	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	計器故障等	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				
			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	①	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	計器故障等	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				
			低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	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	計器故障等	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				
			低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン狭帯域用)	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン狭帯域用)	1	1	計器故障等	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				
			代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	①	代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	計器故障等	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				
			原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	①	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	計器故障等	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				
			高圧炉心スプレイス系統流量	1	0	①	高圧炉心スプレイス系統流量	1	0	計器故障等	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				
残留熱除去系系統流量	3	0	①	残留熱除去系系統流量	3	0	計器故障等	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							
低圧炉心スプレイス系統流量	1	0	①	低圧炉心スプレイス系統流量	1	0	計器故障等	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	2	2	①	原子炉圧力	2	2	計器故障等	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							
サブプレッシャ (SA)	2	2	①	サブプレッシャ (SA)	2	2	計器故障等	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							
サブプレッシャ・チェンバ 力	1	1	①	サブプレッシャ・チェンバ 力	1	1	計器故障等	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

・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

1.6 原子炉格納容器内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	SBO
		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器種類等		
対峙手段 非常時手順書 II (微欠ベ- ス) (PCV圧力 制御) 等 非常時手順書 III (シビアア クシデンツ) 「除熱-1」 等 別冊 基準書 (3 / 5) AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	1	1	①	1	1	サブプレッション・チェンバ-圧 力	直線的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能。ドラ- イウェル温度/圧力の関係から、ドラ- イウェ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
		1	1	①	2	0	0	【ドラ-イウェル圧力】 ドラ-イウェル圧力	監視可能であればドラ-イウェル圧 力 (常用計器) により代替監視可 能
	原子炉格 納容器内 の温度	1	1	①	2	2	サブプレッション・チェンバ-雰 囲気温度	直線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
		8	8	①	2	0	0	ドラ-イウェル圧力 サブプレッション・チェンバ-圧 力	格納容器/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバ-雰囲気温度に より代替監視可能
		2	2	①	3	3	サブプレッション・プ-ール水 温度	ドラ-イウェル圧力及びサブプレッ ション・チェンバ-圧力の変化によ り、ドラ-イウェル雰囲気温度の代 替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		2	2	①	1	1	サブプレッション・チェンバ-圧 力	サブプレッション・プ-ール水温度の 温度変化によりサブプレッショ ン・チェンバ-雰囲気温度の代替監視可 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

・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

1.6 原子炉格納容器内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	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 非常時手順書 II (微検ベ- ス) 「PCV圧力 制御」等 非常時手順書 III (シビアア クシデント) 「除熱-1」 等 AM設備明 作手順書	水源の確 保 (4 / 5)	1	1	①	-	高圧代替注水系統流量 計	1	1	計器故障等 サブプレッジョン・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サブプレッジョン・プ- ール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
		2	2			原子炉隔離時冷却系系統流量 計	2	2		
		1	1			高圧炉心スプレ-イ系系統流量 計	1	1		
		3	0			残留熱除去系系統流量 計	3	0		
		1	0			低圧炉心スプレ-イ系系統流量 計	1	0		
		1	1			常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1		
		2	2			代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2		
		1	1			原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1		
		1	0			高圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出圧力	1	0		
		3	0			残留熱除去系ポンプ吐出圧力 計	3	0		
1	0			低圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出圧力	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

1.6 原子炉格納容器内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 非常時手順書 II (攪拌ベ- ス) 「PCV圧力 制御」等 非常時手順書 III (シビア クシデント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	最終ヒー トシフト の確保	残留熱除去系海水系 系統流量	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-		
		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	-	-	-	-	-	-	-	
	電源	P/C 2C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	-	-	-	-	-	-	-	
		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	-	-	-	-	-	-	-	
		直流125V主母線盤2 A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	-	-	-	-	-	-	-	
		直流125V主母線盤2 B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	-	-	-	-	-	-	-	

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

1.6 原子炉格納容器内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	負荷切り離し後 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
対応手段 非常時手順書 II (微條ペー ス) (P C V圧力 制御) 等 非常時手順書 III (シビアア クシダント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバ圧 力	1	1	1	計器故障等 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
		サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	1	1	①	ドライウエル圧力	2	2	2	監視可能であればドライウエルの圧 力 (常用計器) により代替監視可 能 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
		ドライウエル蒸気 温度	8	8	8	①	サブプレッション・チェンバ蒸 気温度	2	2	2	監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバ圧力 (常用計器) に より代替監視可能 ドライウエル圧力及びサブプレッシ ョン・チェンバ圧力の変化によ り、ドライウエル蒸気温度の代 替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	2	2	①	サブプレッション・プールの水 温	3	3	3	サブプレッション・プールの水温の 温度変化によりサブプレッショ ン・チェンバ蒸気温度の代替監視可 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

・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

1.6 原子炉格納容器内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	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					
非常時手順書Ⅱ (微候ベース) (PCV圧力制御) 等	原子炉格納容器への注水量補機監視機能	原子炉格納容器への注水量	残留熱除去系系統流量	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-		
			残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	
非常時手順書Ⅲ (シビアアクシデント) 「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	操作 (2/2) 水源の確保	水源の確保	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			代替循環冷却系原子炉注水流	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
			原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	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	-	-	-	-	-	-	-	-	-
			常設高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
			代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
			原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-
残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-		
低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	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

1.6 原子炉格納容器内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				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	
1.6.2.3 設計基準事故対処設備による対応手順 (2) 残置蒸留法系 (サブプレッション・プールの冷却系)	異常時手順書 II (復原ペー ス) (復原ペー ス) / S / P 温度 制御等 非常時手順書 II (サブプレ ン) (サブプレ ン) (除熱-1) 等 AM設備別操 作手順書	サブプレッ ション・プ ール水温度	3	3	3	①	-	サブプレッ ション・プ ール水温度	2	2	2	2	サブプレッ ション・プ ール水温度の 代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッ ション・プ ール水温度	2	2	2	①	-	サブプレッ ション・プ ール水温度	3	3	3	3	3	サブプレッ ション・プ ール水温度の 代替監視可能
1.6.2.3 設計基準事故対処設備による対応手順 (2) 残置蒸留法系 (サブプレッション・プールの冷却系)	異常時手順書 II (復原ペー ス) (復原ペー ス) / S / P 温度 制御等 非常時手順書 II (サブプレ ン) (サブプレ ン) (除熱-1) 等 AM設備別操 作手順書	M/C 2C 電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 交電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
		P/C 2C 電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 交電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
		M/C 2D 電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 交電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
		P/C 2D 電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 交電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
		蒸留125V主母線盤2 A電圧 蒸留125V主母線盤2 B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	-	-	-	-	-	-	-
最終ヒート 交換機 系統流量	2	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

1.6 原子炉格納容器内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 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
対応手段 非常時手順書 II (微減ベ- ス) 「S/P温度 制御」等 非常時手順書 III (シビアア クシダント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保	サブレーション・プ ール水位	1	1	①	高圧代替注水系統流量 量	1	1	サブレーション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サブレーション・プ- ール水位の代替監視可能
			1	1	①	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	2	2	サブレーション・チェンバを水源とす るポンプの吐出圧力により、サブレッ ション・プール水位が確保されている ことを監視可能
						原子炉隔離時冷却系原子炉注水流 量	2	2	
						原子炉隔離時冷却系系統流量 量	1	1	
						高圧炉心スプレ-イ系統流量 量	1	0	
						残留熱除去系統流量 量	3	0	
						低圧炉心スプレ-イ系統流量 量	1	0	
						常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
						代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	
						原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1	
						高圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出圧力	1	0	
						残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	
						低圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出圧力	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

1.6 原子炉格納容器内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		
非常時手順書 II (微減ベース) 「S/P温度制御」等	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プール水温度	3	3	3	2	2	2	2	サブプレッション・チェンバースイッチの温度変化によりサブプレッション・プール水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
	非常時手順書 III (シビアアクシデント) 「除熱-1」等	残留熱除去系熱交換器入口温度	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	4	4	4	4	除熱先の温度変化により代替監視可能
AM設備別操作手順書		最終ヒートシンクの確保	残留熱除去系熱交換器出口温度	2	0	0	2	0	0	0	残留熱除去系熱交換器入口温度と残留熱除去系熱交換器の熱交換量評価により代替監視可能
	原子炉格納容器への注水量	残留熱除去系系統流量	2	0	0	2	0	0	0	残留熱除去系海水系、緊急用海水系の流量が確保されていることにより、最終ヒートシンクが確保されていることを代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
補機監視機能	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	0	2	0	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

1.6 原子炉格納容器内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	SBO	
		分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等			
				パラメータ分類	補助パラメータ分類理由		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				計器数
非常時手順書 II (微減ベ- ス)「S/P温度 制御」等 非常時手順書 III (シビアア クシデンツ) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確保 ② ②	-	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	1	1	サブプレッジョン・チェンバを水源として いる系統のうち、運転している系統 の注水量より、サブプレッジョン・プ- ール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	
			代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	2	2	2	2	2		2
			原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	1	1	1	1		1
			高圧炉心スプレ-イ系系統流量	1	0	0	0	0	0	0		0
			残留熱除去系系統流量	3	0	0	0	0	0	0		0
			低圧炉心スプレ-イ系系統流量	1	0	0	0	0	0	0		0
			常設高圧代替注水系ポンプ吐 出力	1	1	1	1	1	1	1		1
			代替循環冷却系ポンプ吐出 力	2	2	2	2	2	2	2		2
			原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出力	1	1	1	1	1	1	1		1
			高圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出力	1	0	0	0	0	0	0		0
残留熱除去系ポンプ吐出力	3	0	0	0	0	0	0	0				
低圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出力	1	0	0	0	0	0	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PCV 制御] [取/B 制御] AM 設備別操作手順書 [炉心相関係 PCV ベント (S/C)] [炉心相関係 PCV ベント (F/C)] [炉心相関係 PCV ベント (D/W)]	原子炉格納容器内の温度	①	ドライウェル蒸気温度	2	2	格納容器内圧力(D/W)	1	格納容器内圧力(D/W) 監視事項は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ・体温度	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能
			サブプレッション・チェンバ・プール水温度	3	3	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	3	サブプレッション・チェンバ・プール水温度の上昇により代替監視可能
			格納容器内水素濃度	2	0	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能
			格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の水素濃度	8	8	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の水素濃度	4	4	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能
			M/C 電圧	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能
			P/C D 電圧	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能
			P/C D-H 電圧	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能
電圧	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能			
直流 125V 主母線電圧	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能			
AM 用直流 125V 電圧調整器電圧	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能			

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [取/B 制御] AM 設備別操作手順書 [炉心相関係 PCV ベント (S/C)] [炉心相関係 PCV ベント (F/C)] [炉心相関係 PCV ベント (D/W)]	原子炉格納容器内の温度	①	ドライウェル蒸気温度	8	8	ドライウェルの圧力	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ・体温度	2	2	サブプレッション・チェンバ・体温度	3	サブプレッション・チェンバ・体温度の上昇により代替監視可能
			サブプレッション・チェンバ・プール水温度	3	3	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	3	サブプレッション・チェンバ・プール水温度の上昇により代替監視可能
			格納容器内水素濃度	2	0	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能
			格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の水素濃度	8	8	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の水素濃度	4	4	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能
			M/C 電圧	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能
			P/C D 電圧	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能
			P/C D-H 電圧	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能
電圧	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能			
直流 125V 主母線電圧	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能			
AM 用直流 125V 電圧調整器電圧	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能			

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [取/B 制御] AM 設備別操作手順書 [炉心相関係 PCV ベント (S/C)] [炉心相関係 PCV ベント (F/C)] [炉心相関係 PCV ベント (D/W)]	原子炉格納容器内の温度	①	ドライウェル蒸気温度	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ・体温度	2	2	サブプレッション・チェンバ・体温度	2	サブプレッション・チェンバ・体温度の上昇により代替監視可能
			サブプレッション・チェンバ・プール水温度	3	3	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	3	サブプレッション・チェンバ・プール水温度の上昇により代替監視可能
			格納容器内水素濃度	2	0	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能
			格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の水素濃度	8	8	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内の水素濃度	4	4	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能
			M/C 電圧	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能
			P/C D 電圧	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能
			P/C D-H 電圧	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能
電圧	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能			
直流 125V 主母線電圧	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇により代替監視可能			
AM 用直流 125V 電圧調整器電圧	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C) の上昇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

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後		
事故時運転操作手順書 (シリアリアクシアンダート) (PCV制御) (取組手順) M設備制御操作手順書 原子炉格納容器内圧力監視 システム(FCV)の作動 手順(S/C)の監視 「印」の監視(NV)ベント ト(ワルタベン)作 用(D/W))	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内監視放射線レベル(D/W)	2	1	0	0	エリア放射線モニタ	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内監視放射線レベル(S/C)	2	1	0	0	エリア放射線モニタ	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内放射線モニタ	2	0	0	0	原子炉格納容器内放射線モニタ	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内放射線モニタ	2	2	2	2	原子炉格納容器内放射線モニタ	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内放射線モニタ	8	8	8	8	原子炉格納容器内放射線モニタ	4	4	4	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内放射線モニタ	1	1	1	1	原子炉格納容器内放射線モニタ	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内放射線モニタ	1	1	1	1	原子炉格納容器内放射線モニタ	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内放射線モニタ	1	1	1	1	原子炉格納容器内放射線モニタ	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内放射線モニタ	1	1	1	1	原子炉格納容器内放射線モニタ	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内放射線モニタ	1	1	1	1	原子炉格納容器内放射線モニタ	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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後												
非常時運転手 順書III(シ リアリアクシ アンダート) 【除熱-1】 等 AM設備別操 作手順書	判断基準 (3 / 3 / 3) 水源の確保	サブプレッション・プ ール水位	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量	1	1	サブプレッション・チェンバを水源と している系統のうち、運転している 系統の注水量より、サブプレッショ ン・プール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										
													原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
													原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
													原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
													原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
													原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
													原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
													原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
													原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
													原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後												
事故時運転操作手順書 (シリアリアクシアンダート) (PCV制御) (取組手順) M設備制御操作手順書 原子炉格納容器内圧力監視 システム(FCV)の作動 手順(S/C)の監視 「印」の監視(NV)ベント ト(ワルタベン)作 用(D/W))	判断基準 (3 / 3 / 3) 水源の確保	サブプレッション・プ ール水位	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量	1	1	サブプレッション・チェンバを水源と している系統のうち、運転している 系統の注水量より、サブプレッショ ン・プール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										
													原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
													原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
													原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
													原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
													原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
													原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
													原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
													原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
													原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	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
重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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	SBO影響		計器故障等	SBO	
			計器数	直後			区分1直高電源 を延命した場合	区分2直高電源 を延命した場合			
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) FCV制御 FCV制御	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル雰囲気温度	2	2	2	①	2	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ ーの温度	1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
AM設備別操作手順書 (炉心損傷後FCVベ ンチ用(S/O)) (炉心損傷後FCVベ ンチ用(D/W))	機械駆出 機能	サブプレッション・チェンバ ーの温度	3	3	3	①	3	0	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		アイルダ駆出水位	2	2	2	①	2	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
非常時運転手 順書III(シビ リアクシデン ト)【除熱-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	アイルダ駆出水位	1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		アイルダ駆出出口駆出電圧	2	2	2	①	2	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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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	SBO影響		計器故障等	SBO	
			計器数	直後			区分1直高電源 を延命した場合	区分2直高電源 を延命した場合			
非常時運転手 順書III(シビ リアクシデン ト)【除熱-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(狭帯域)	3	3	0	③	3	0	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉水位(広帯域)	2	2	2	①	2	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
操作 (1/4)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(燃料域)	2	2	2	①	2	1	1	1	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	①	2	1	1	1	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

・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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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	SBO影響		計器故障等	SBO	
			計器数	直後			区分1直高電源 を延命した場合	区分2直高電源 を延命した場合			
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「抽出」 AM設備別操作手順書 【FCV/Sによる格納容 器内の水 位】	原子炉格 納容器内 の水位	原子炉水位(燃料域)	2	2	2	①	2	1	1	1	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	①	2	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
操作 (2/3)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(燃料域)	2	2	2	①	2	1	1	1	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	①	2	1	1	1	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	項目	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	評価		
			計器数	計器名称	計器数				
多様なハザード対応 【フィルタ格納ドレ ン移送ポンプ水取り】	異常時運転 監視 異常時運転 監視 異常時運転 監視 異常時運転 監視 異常時運転 監視	原子炉格納容器内空気放射線レベル(α,β,γ)	2	1	0	0	エリア放射線モニタ	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
		原子炉格納容器内空気放射線レベル(Si,C)	2	1	0	0	0	エリア放射線モニタ	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力	2	2	2	2	0	原子炉圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内温度	2	2	2	2	0	原子炉圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力	2	2	2	2	0	原子炉圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内温度	2	2	2	2	0	原子炉圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力	2	2	2	2	0	原子炉圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内温度	2	2	2	2	0	原子炉圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力	2	2	2	2	0	原子炉圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内温度	2	2	2	2	0	原子炉圧力	監視事項は主要バ 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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	項目	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	評価	
			計器数	計器名称	計器数			
異常時運転 監視 異常時運転 監視 異常時運転 監視 異常時運転 監視 異常時運転 監視	原子炉格納容器内の圧力	原子炉圧力	1	1	1	0	原子炉圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	0	原子炉圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	0	原子炉圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	0	原子炉圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	0	原子炉圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	0	原子炉圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	0	原子炉圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	0	原子炉圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	0	原子炉圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	0	原子炉圧力	監視事項は主要バ 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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	項目	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	評価		
			計器数	計器名称	計器数				
異常時運転 監視 異常時運転 監視 異常時運転 監視 異常時運転 監視 異常時運転 監視	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	7	7	7	0	原子炉格納容器内の圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	0	原子炉格納容器内の圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	0	原子炉格納容器内の圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	0	原子炉格納容器内の圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	0	原子炉格納容器内の圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	0	原子炉格納容器内の圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	0	原子炉格納容器内の圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	0	原子炉格納容器内の圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	0	原子炉格納容器内の圧力	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	0	原子炉格納容器内の圧力	監視事項は主要バ 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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns for 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, SDO影響, 抽出パワーマータの代替パワーマータを計測する計器, 計器故障等, SDO

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns for 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, SDO影響, 抽出パワーマータの代替パワーマータを計測する計器, 計器故障等, SDO

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns for 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, SDO影響, 抽出パワーマータの代替パワーマータを計測する計器, 計器故障等, SDO

・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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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	補助パラメータ 分類理由	計器数		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器設備等	SBO
			計器数	直後 を任命した場合			計器数	直後 を任命した場合					
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1)交流電圧が規定値である場合の対応手順 格納容器内圧上昇 事故時運転操作手順 (シビアアクシデント (S/A)抑制) AM設備切替操作手順 [炉心損傷後格納容器 保護注水] 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	1	0	①	2	0	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	1	0	①	2	0	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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	補助パラメータ 分類理由	計器数		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器設備等	SBO
			計器数	直後 を任命した場合			計器数	直後 を任命した場合					
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1)交流電圧が規定値である場合の対応手順 格納容器内圧上昇 事故時運転操作手順 (シビアアクシデント (S/A)抑制) AM設備切替操作手順 [炉心損傷後格納容器 保護注水] 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	2	2	①	2	2	2	2	2	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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	補助パラメータ 分類理由	計器数		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器設備等	SBO	
			計器数	直後 を任命した場合			計器数	直後 を任命した場合						
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1)交流電圧が規定値である場合の対応手順 格納容器内圧上昇 事故時運転操作手順 (シビアアクシデント (S/A)抑制) AM設備切替操作手順 [炉心損傷後格納容器 保護注水] 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量 原子炉格納容器内の注水量	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	1	0	①	2	0	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	1	0	①	2	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内圧監視	格納容器内圧監視	2	2	2	①	2	2	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

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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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		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	計器数	計器名称	
手動時運転操作手順書 (シフトアクシデント) [FCV 制御] [R/B 制御]	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	2	1	0	[エリア放射線モニタ]	2	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要ハ ラメータにて確認
		2	1	0	[エリア放射線モニタ]	2	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要ハ ラメータにて確認
		2	0	0	格納容器内放射線監視レベル(Si)	2	2	直接的に格納容器内放射線監視を計測することができ 監視可能 監視事項は主要ハ ラメータにて確認
		2	2	2	格納容器内放射線監視レベル(Si)	2	0	直接的に格納容器内放射線監視を計測することができ 監視可能 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 [炉心損傷後 FCV ベン ト (ファイラタベント) 使 用 (S/O)] [炉心損傷後 FCV ベン ト (ファイラタベント) 使 用 (D/W)]	原子炉建 屋内の水 素濃度	8	8	0	静的熱風式水素検出器 動作 監視装置	4	4	静的熱風式水素検出器 動作監視装置により原子炉建 屋内の水素濃度の代替監視可能 監視事項は主要ハ ラメータにて確認
		1	1	0	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	1	1	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)の監視 により代替監視可能 監視事項は主要ハ ラメータにて確認
操作 (1) / (2)	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	1	1	0	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	1	1	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)の監視 により代替監視可能 監視事項は主要ハ ラメータにて確認
		1	1	0	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	1	1	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)の監視 により代替監視可能 監視事項は主要ハ ラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	1	1	0	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	1	1	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)の監視 により代替監視可能 監視事項は主要ハ ラメータにて確認
		1	1	0	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	1	1	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)の監視 により代替監視可能 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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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		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	計器数	計器名称	
非常時運転操作手順書 (シフトアクシデント) [除熱-1] 等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	1	1	1	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	1	1	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)の監視 により代替監視可能 監視事項は主要ハ ラメータにて確認
		1	1	1	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	1	1	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)の監視 により代替監視可能 監視事項は主要ハ ラメータにて確認
相 対 基 準 (2 / 2)	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	8	8	8	静的熱風式水素検出器 動作 監視装置	4	4	静的熱風式水素検出器 動作監視装置により原子炉建 屋内の水素濃度の代替監視可能 監視事項は主要ハ ラメータにて確認
		2	2	2	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	2	2	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)の監視 により代替監視可能 監視事項は主要ハ ラメータにて確認
相 対 基 準 (2 / 2)	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	3	3	3	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	3	3	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)の監視 により代替監視可能 監視事項は主要ハ ラメータにて確認
		2	2	2	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	2	2	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)の監視 により代替監視可能 監視事項は主要ハ 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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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		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	計器数	計器名称	
事故時運転操作手順書 (シフトアクシデント) [除熱-1] 等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	2	2	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)の監視 により代替監視可能 監視事項は主要ハ ラメータにて確認
		1	1	1	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	1	1	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)の監視 により代替監視可能 監視事項は主要ハ ラメータにて確認
相 対 基 準 (2 / 2)	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	8	8	8	静的熱風式水素検出器 動作 監視装置	4	4	静的熱風式水素検出器 動作監視装置により原子炉建 屋内の水素濃度の代替監視可能 監視事項は主要ハ ラメータにて確認
		2	2	2	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	2	2	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)の監視 により代替監視可能 監視事項は主要ハ ラメータにて確認
相 対 基 準 (2 / 2)	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	3	3	3	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	3	3	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)の監視 により代替監視可能 監視事項は主要ハ ラメータにて確認
		2	2	2	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	2	2	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)の監視 により代替監視可能 監視事項は主要ハ 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

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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	直後			区分1 直高電圧を延命した場合	区分1 直高電圧を延命した場合		
事故時運転操作手順書(シビアアクシデント)PCV 制御	原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバハの温度	ドラウウェル管間気温度	2	2	①	格納容器内圧力(S)	1	1	1	格納容器内圧力(S)の増大から、格納容器内圧力(S)又は格納容器内圧力(S)の上昇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
	原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバハの温度	サブプレッション・チェンバハ温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバハ温度	1	1	3	サブプレッション・チェンバハ温度の上昇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
AM設備別操作手順書1F/C心動機後PCVベント(F/O)1F/C心動機後PCVベント(F/O)2F/C心動機後PCVベント(F/O)	原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバハの温度	サブプレッション・チェンバハ温度	3	3	①	サブプレッション・チェンバハ温度	1	1	1	サブプレッション・チェンバハ温度の上昇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
	原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバハの温度	サブプレッション・チェンバハ温度	2	2	①	サブプレッション・チェンバハ温度	3	0	0	サブプレッション・チェンバハ温度の上昇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
補機監視機能	原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバハの温度	サブプレッション・チェンバハ温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバハ温度	1	1	1	サブプレッション・チェンバハ温度の上昇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
	原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバハの温度	サブプレッション・チェンバハ温度	2	2	①	サブプレッション・チェンバハ温度	1	1	1	サブプレッション・チェンバハ温度の上昇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
補機監視機能	原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバハの温度	サブプレッション・チェンバハ温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバハ温度	1	1	1	サブプレッション・チェンバハ温度の上昇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
	原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバハの温度	サブプレッション・チェンバハ温度	2	2	①	サブプレッション・チェンバハ温度	1	1	1	サブプレッション・チェンバハ温度の上昇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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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	
		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	直後			直後	直後		
非常時運転操作手順書(シビアアクシデント)PCV 制御等	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・プール水位	1	1	①	格納容器内圧力(S)	1	1	1	格納容器内圧力(S)の増大から、格納容器内圧力(S)の上昇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
		サブプレッション・プール水位	1	1	①	格納容器内圧力(S)	1	1	1	格納容器内圧力(S)の増大から、格納容器内圧力(S)の上昇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
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・プール水位	1	1	①	格納容器内圧力(S)	1	1	1	格納容器内圧力(S)の増大から、格納容器内圧力(S)の上昇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
		サブプレッション・プール水位	1	1	①	格納容器内圧力(S)	1	1	1	格納容器内圧力(S)の増大から、格納容器内圧力(S)の上昇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
補機監視機能	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・プール水位	1	1	①	格納容器内圧力(S)	1	1	1	格納容器内圧力(S)の増大から、格納容器内圧力(S)の上昇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
		サブプレッション・プール水位	1	1	①	格納容器内圧力(S)	1	1	1	格納容器内圧力(S)の増大から、格納容器内圧力(S)の上昇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
補機監視機能	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・プール水位	1	1	①	格納容器内圧力(S)	1	1	1	格納容器内圧力(S)の増大から、格納容器内圧力(S)の上昇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
		サブプレッション・プール水位	1	1	①	格納容器内圧力(S)	1	1	1	格納容器内圧力(S)の増大から、格納容器内圧力(S)の上昇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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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	
		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	直後			直後	直後		
事故時運転操作手順書(シビアアクシデント)PCV 制御	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・プール水位	1	1	①	格納容器内圧力(S)	1	1	1	格納容器内圧力(S)の増大から、格納容器内圧力(S)の上昇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
		サブプレッション・プール水位	1	1	①	格納容器内圧力(S)	1	1	1	格納容器内圧力(S)の増大から、格納容器内圧力(S)の上昇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
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・プール水位	1	1	①	格納容器内圧力(S)	1	1	1	格納容器内圧力(S)の増大から、格納容器内圧力(S)の上昇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
		サブプレッション・プール水位	1	1	①	格納容器内圧力(S)	1	1	1	格納容器内圧力(S)の増大から、格納容器内圧力(S)の上昇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
補機監視機能	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・プール水位	1	1	①	格納容器内圧力(S)	1	1	1	格納容器内圧力(S)の増大から、格納容器内圧力(S)の上昇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
		サブプレッション・プール水位	1	1	①	格納容器内圧力(S)	1	1	1	格納容器内圧力(S)の増大から、格納容器内圧力(S)の上昇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

・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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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			抽出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	計器名称	計器数					
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	1	1	0	①	エリア放射線モニタ	2	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認	
		原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	1	1	0	①	エリア放射線モニタ	2	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能		
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	2	①	原子炉圧力(SA)	3	3	1	1	原子炉圧力から原子炉格納容器内の過圧状態に ると想定し、放射線レベル/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	2	①	原子炉圧力(SA)	3	3	1	1	原子炉圧力から原子炉格納容器内の過圧状態に ると想定し、放射線レベル/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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			抽出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	計器名称	計器数	
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交流動力電源が健全である場合の対応手順 b. 格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (c) フィルタ装置スタラッピング水補給	最終ヒー トシンク の確保	最終ヒー トシンク の確保	2	2	①	—	—	—	—	—
AM設備別操 作手順書	最終ヒー トシンク の確保	最終ヒー トシンク の確保	2	2	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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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			抽出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	計器名称	計器数	
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	①	—	—	—	—
		原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	①	—	—	—	—
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	①	—	—	—	—
		原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	①	—	—	—	—
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	①	—	—	—	—
		原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	①	—	—	—	—
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	2	2	①	—	—	—	—
		原子炉格納容器内の放射線レベル監視	2	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

重大事故等対処に係る監視事項

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			計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数		
多様なハザード対応手順 【フィルタバント停止後のNバーズ】	判断基準	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	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	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	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
多様なハザード対応手順 【フィルタ装置スクラバ水回し】	判断基準	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	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	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	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
多様なハザード対応手順 【ドレン移送ラインNバーズ】	判断基準	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	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	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	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
多様なハザード対応手順 【ドレン移送ラインNバーズ】	判断基準	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	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	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	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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			計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数		
AM設備切替 作手順書	原子炉格納容器内の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交流動力電源が健全である場合の対応手順 b. 格納容器圧力低下し蒸気による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (d) 原子炉格納容器内の不活性ガス (蒸気) 置換	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	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	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	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
AM設備切替 作手順書	原子炉格納容器内の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交流動力電源が健全である場合の対応手順 b. 格納容器圧力低下し蒸気による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (d) 原子炉格納容器内の不活性ガス (蒸気) 置換	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	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	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	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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			計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数		
AM設備切替 作手順書	原子炉格納容器内の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交流動力電源が健全である場合の対応手順 a. 格納容器圧力低下し蒸気による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 b. 格納容器圧力低下し蒸気による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (d) 原子炉格納容器内の不活性ガス (蒸気) 置換	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	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	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	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
AM設備切替 作手順書	原子炉格納容器内の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交流動力電源が健全である場合の対応手順 a. 格納容器圧力低下し蒸気による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 b. 格納容器圧力低下し蒸気による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (d) 原子炉格納容器内の不活性ガス (蒸気) 置換	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	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	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	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

・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
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助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	計器数	直後	計器数	直後		
AM設備演習手順書	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	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
		【ドライウエル圧力】	2	0	0	0	0	0	格納容器内圧力とドライウエル圧力の関係から、ドライウエル圧力により格納容器内圧力を監視可能
		ドライウエル圧力	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
		【サブプレッション・チェンパ圧力】	2	0	0	0	0	0	格納容器内圧力とサブプレッション・チェンパ圧力の関係から、サブプレッション・チェンパ圧力により格納容器内圧力を監視可能
		ドライウエル圧力	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
		【サブプレッション・チェンパ圧力】	2	0	0	0	0	0	格納容器内圧力とサブプレッション・チェンパ圧力の関係から、サブプレッション・チェンパ圧力により格納容器内圧力を監視可能
		ドライウエル圧力	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
		【サブプレッション・チェンパ圧力】	2	0	0	0	0	0	格納容器内圧力とサブプレッション・チェンパ圧力の関係から、サブプレッション・チェンパ圧力により格納容器内圧力を監視可能
		ドライウエル圧力	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
		【サブプレッション・チェンパ圧力】	2	0	0	0	0	0	格納容器内圧力とサブプレッション・チェンパ圧力の関係から、サブプレッション・チェンパ圧力により格納容器内圧力を監視可能
AM設備演習手順書	原子炉格納容器内の水素濃度	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器外水素濃度を計測することにより格納容器内水素濃度を監視可能
		格納容器内水素濃度	2	0	0	0	0	0	格納容器内水素濃度を計測することにより格納容器内水素濃度を監視可能
		【格納容器内水素濃度】	2	0	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器外水素濃度を計測することにより格納容器内水素濃度を監視可能
		格納容器内水素濃度	2	0	0	0	0	0	格納容器内水素濃度を計測することにより格納容器内水素濃度を監視可能
		【格納容器内水素濃度】	2	0	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器外水素濃度を計測することにより格納容器内水素濃度を監視可能
		格納容器内水素濃度	2	0	0	0	0	0	格納容器内水素濃度を計測することにより格納容器内水素濃度を監視可能
		【格納容器内水素濃度】	2	0	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器外水素濃度を計測することにより格納容器内水素濃度を監視可能
		格納容器内水素濃度	2	0	0	0	0	0	格納容器内水素濃度を計測することにより格納容器内水素濃度を監視可能
		【格納容器内水素濃度】	2	0	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器外水素濃度を計測することにより格納容器内水素濃度を監視可能
		格納容器内水素濃度	2	0	0	0	0	0	格納容器内水素濃度を計測することにより格納容器内水素濃度を監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助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	計器数	直後			
事故時操作手順書(シビアアクシデント)対応 原子炉異常発生時監視用シグナル発生時の監視(監視)	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力 (S A)	2	2	①	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
			【ドライウエル圧力】	2	0	0	0	0	0	0	格納容器内圧力とドライウエル圧力の関係から、ドライウエル圧力により格納容器内圧力を監視可能
			ドライウエル圧力	2	2	①	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
			【サブプレッション・チェンパ圧力】	2	0	0	0	0	0	0	格納容器内圧力とサブプレッション・チェンパ圧力の関係から、サブプレッション・チェンパ圧力により格納容器内圧力を監視可能
			ドライウエル圧力	2	2	①	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
			【サブプレッション・チェンパ圧力】	2	0	0	0	0	0	0	格納容器内圧力とサブプレッション・チェンパ圧力の関係から、サブプレッション・チェンパ圧力により格納容器内圧力を監視可能
			ドライウエル圧力	2	2	①	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
			【サブプレッション・チェンパ圧力】	2	0	0	0	0	0	0	格納容器内圧力とサブプレッション・チェンパ圧力の関係から、サブプレッション・チェンパ圧力により格納容器内圧力を監視可能
			ドライウエル圧力	2	2	①	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
			【サブプレッション・チェンパ圧力】	2	0	0	0	0	0	0	格納容器内圧力とサブプレッション・チェンパ圧力の関係から、サブプレッション・チェンパ圧力により格納容器内圧力を監視可能
事故時操作手順書(シビアアクシデント)対応 原子炉異常発生時監視用シグナル発生時の監視(監視)	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	【格納容器内水素濃度】	1	0	0	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器外水素濃度を計測することにより格納容器内水素濃度を監視可能
			格納容器内水素濃度	1	0	0	0	0	0	0	格納容器内水素濃度を計測することにより格納容器内水素濃度を監視可能
			【格納容器内水素濃度】	1	0	0	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器外水素濃度を計測することにより格納容器内水素濃度を監視可能
			格納容器内水素濃度	1	0	0	0	0	0	0	格納容器内水素濃度を計測することにより格納容器内水素濃度を監視可能
			【格納容器内水素濃度】	1	0	0	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器外水素濃度を計測することにより格納容器内水素濃度を監視可能
			格納容器内水素濃度	1	0	0	0	0	0	0	格納容器内水素濃度を計測することにより格納容器内水素濃度を監視可能
			【格納容器内水素濃度】	1	0	0	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器外水素濃度を計測することにより格納容器内水素濃度を監視可能
			格納容器内水素濃度	1	0	0	0	0	0	0	格納容器内水素濃度を計測することにより格納容器内水素濃度を監視可能
			【格納容器内水素濃度】	1	0	0	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器外水素濃度を計測することにより格納容器内水素濃度を監視可能
			格納容器内水素濃度	1	0	0	0	0	0	0	格納容器内水素濃度を計測することにより格納容器内水素濃度を監視可能

・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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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	SBO影響 直後	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後		SBO影響 負荷切り離し後
AM設備別操作手順書	最終ヒートシンクの確保	残留熱除去系系統流量	2	0	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	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、抽出パラメータにて確認	
		代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	2	2	2	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	ポンプの吐出圧力からポンプの注水特性を用いて流量を推定し、この流量と代替循環冷却系原子炉注入流量の差分から格納容器スプレイ流量を代替監視可能	
			2	2	①	サブレーション・プール水温	3	3	3	サブレーション・プール水温、ドライウェル雰囲気温度、サブレーション・チェンバール雰囲気温度により最終ヒートシンクが確保されていることを代替監視可能	

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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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	SBO影響 直後	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後		SBO影響 負荷切り離し後
運転時監視装置 (シビアトリップ)	原子炉格納容器内の過圧破損	B-格納容器減速濃度 [A-格納容器減速濃度]	1	0	0	格納容器減速濃度 (S/A)	1	0	0	直接的に格納容器内減速濃度を計測することができ、監視可能	
		原子炉格納容器内の過圧破損				格納容器減速濃度 (S/A) または格納容器減速濃度 (S/A) の測定の有無により、本設備の可 能性を判断可能	2	2	2	2	格納容器減速濃度計測モニタ (ドライウェル) または格納容器減速濃度計測モニタ (サブレーション・チェンバール) の測定の有無により、格納容器減速濃度の代替監視可能
操作 (2/2)						ドライウェル圧力 (S/A)	2	2	2	ドライウェル圧力 (S/A) またはサブレーション・チェンバール圧力 (S/A) により、事故後の格納容器内の空気を(排気)の吸入の有無により、本設備の可 能性を判断可能	
						サブレーション・チェンバール圧力 (S/A)	2	2	2	2	直接的に格納容器内減速濃度を計測することができ、監視可能
						B-格納容器減速濃度	1	0	0	直接的に格納容器内減速濃度を計測することができ、監視可能	
						格納容器減速濃度 (S/A)	2	2	2	格納容器減速濃度計測モニタ (ドライウェル) または格納容器減速濃度計測モニタ (サブレーション・チェンバール) の測定の有無により、格納容器減速濃度の代替監視可能	
						格納容器減速濃度 (S/A)	2	2	2	格納容器減速濃度計測モニタ (ドライウェル) または格納容器減速濃度計測モニタ (サブレーション・チェンバール) の測定の有無により、格納容器減速濃度の代替監視可能	
						ドライウェル圧力 (S/A)	2	2	2	ドライウェル圧力 (S/A) またはサブレーション・チェンバール圧力 (S/A) により、事故後の格納容器内の空気を(排気)の吸入の有無により、本設備の可 能性を判断可能	
						サブレーション・チェンバール圧力 (S/A)	2	2	2	直接的に格納容器内減速濃度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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器名称	計器名称		計器故障等	評価	
			計器数	事後 負荷切り直し後	パラメータ分類	抽出パラメータ分類		計器数	事後 負荷切り直し後			計器故障等
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交差動力状態が健全である場合の対応手順 b. 格納容器圧力過剰が検出された場合による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (c) フィルタ装置内の不活性ガス（窒素）濃度 AMR強制動作手順	監視	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	—	サブプレッシャ・チェンバ	1	1	1	直線的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能	
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	—	ドライウエール圧力	8	8	8	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエール蒸発気温度により代替監視可能	
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	—	【ドライウエール圧力】	2	0	0	監視可能であり、ドライウエール圧力【常用計器】により代替監視可能	
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	—	サブプレッシャ・チェンバ圧力	2	2	2	直線的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能	
		原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	①	—	【サブプレッシャ・チェンバ圧力】	2	0	0	監視可能であり、サブプレッシャ・チェンバ圧力【常用計器】により代替監視可能
		原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	②	—	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	監視可能であり、格納容器内水素濃度【常用計器】により代替監視可能
		原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	②	—	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	格納容器内放射線モニタ (D/W) または格納容器内放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内放射線モニタの監視可能
		原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	①	—	サブプレッシャ・チェンバ圧力	1	1	1	格納容器内の空気の（飽和）の流入の可能性を把握可能
		原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	②	—	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	監視可能であり、格納容器内水素濃度【常用計器】により代替監視可能
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	—	フィルタ装置圧力	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力により代替監視可能	
1.7.2.2 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 交差動力状態が健全でない場合の対応手順 a. 格納容器圧力過剰が検出された場合による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (b) フィルタ装置内の不活性ガス（窒素）濃度 AMR強制動作手順	監視	原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	①	—	格納容器内水素濃度 (SA)	2	0	0	直線的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	②	—	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	監視可能であり、格納容器内水素濃度【常用計器】により代替監視可能
		原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	①	—	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	格納容器内放射線モニタ (D/W) または格納容器内放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内放射線モニタの監視可能
		原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	①	—	サブプレッシャ・チェンバ圧力	1	1	1	格納容器内の空気の（飽和）の流入の可能性を把握可能
		原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	②	—	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	監視可能であり、格納容器内水素濃度【常用計器】により代替監視可能
		原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	②	—	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	監視可能であり、格納容器内水素濃度【常用計器】により代替監視可能
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	—	フィルタ装置圧力	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力により代替監視可能	
		原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	①	—	格納容器内水素濃度 (SA)	2	0	0	直線的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	②	—	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	監視可能であり、格納容器内水素濃度【常用計器】により代替監視可能
		原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	②	—	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	監視可能であり、格納容器内水素濃度【常用計器】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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器名称	計器名称		計器故障等	評価	
			計器数	事後 負荷切り直し後	パラメータ分類	抽出パラメータ分類		計器数	事後 負荷切り直し後			計器故障等
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交差動力状態が健全である場合の対応手順 b. 格納容器圧力過剰が検出された場合による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (c) フィルタ装置内の不活性ガス（窒素）濃度 AMR強制動作手順	監視	原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	—	サブプレッシャ・チェンバ	18	0	0	直線的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能	
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	—	ドライウエール圧力	18	0	0	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエール蒸発気温度により代替監視可能	
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	—	【ドライウエール圧力】	2	2	1	監視可能であり、ドライウエール圧力【常用計器】により代替監視可能	
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	—	サブプレッシャ・チェンバ圧力	2	2	1	直線的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能	
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	—	【サブプレッシャ・チェンバ圧力】	2	2	1	監視可能であり、サブプレッシャ・チェンバ圧力【常用計器】により代替監視可能	
		原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	②	—	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	監視可能であり、格納容器内水素濃度【常用計器】により代替監視可能
		原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	②	—	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	監視可能であり、格納容器内水素濃度【常用計器】により代替監視可能
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	—	フィルタ装置圧力	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力により代替監視可能	
		原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	①	—	格納容器内水素濃度 (SA)	2	0	0	直線的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能
		原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	②	—	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	監視可能であり、格納容器内水素濃度【常用計器】により代替監視可能
1.7.2.2 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 交差動力状態が健全でない場合の対応手順 a. 格納容器圧力過剰が検出された場合による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (b) フィルタ装置内の不活性ガス（窒素）濃度 AMR強制動作手順	監視	原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	—	格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	2	直線的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能	
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	—	【格納容器内水素濃度】	2	2	2	監視可能であり、格納容器内水素濃度【常用計器】により代替監視可能	
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	—	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	格納容器内放射線モニタ (D/W) または格納容器内放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内放射線モニタの監視可能	
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	—	サブプレッシャ・チェンバ圧力	2	2	1	格納容器内の空気の（飽和）の流入の可能性を把握可能	
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	—	【格納容器内水素濃度】	2	2	2	監視可能であり、格納容器内水素濃度【常用計器】により代替監視可能	
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	—	【格納容器内水素濃度】	2	2	2	監視可能であり、格納容器内水素濃度【常用計器】により代替監視可能	
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	—	フィルタ装置圧力	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力により代替監視可能	
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	—	格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	2	直線的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能	
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	—	【格納容器内水素濃度】	2	2	2	監視可能であり、格納容器内水素濃度【常用計器】により代替監視可能	
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	—	【格納容器内水素濃度】	2	2	2	監視可能であり、格納容器内水素濃度【常用計器】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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	対応手段	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	
		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	SBO	
非常時運転手順書Ⅲ(シビアアクシデント)「放出」AM設備別操作手順書	② ②	補機監視機能	薬液タンク圧力	1	1	③	-	-	-	-	-	-	-
			薬液タンク液位	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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	対応手段	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	
		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	SBO	
原子炉格納容器内の水	①	①	サブプレッション・プール水位 (SA)	1	1	①	原子炉格納容器内圧力	1	1	1	1	1	1
原子炉格納容器内の圧力	②	②	サブプレッション・プール圧力 (SA)	1	1	①	原子炉格納容器内圧力	1	1	1	1	1	1
原子炉格納容器内の圧力	③	③	サブプレッション・プール圧力 (SA)	1	1	①	原子炉格納容器内圧力	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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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	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 非常時運転手 離脱III (シビアアク シデント) [除熱-1J] 等 AM設備別操 作手順書 別 様 基 準 (3/ 2)	M/C 2C電圧	1	1	③	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
	P/C 2C電圧	1	1	③	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
	M/C 2D電圧	1	1	③	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	③	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	③	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	③	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2 A電圧	1	1	③	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-
	直流125V主母線盤2 D電圧	1	1	③	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	③	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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	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 非常時運転手 離脱III (シビアアク シデント) [除熱-1J] 等 AM設備別操 作手順書 別 様 基 準 (3/ 2)	M/C 2C電圧	1	1	③	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
	P/C 2C電圧	1	1	③	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
	M/C 2D電圧	1	1	③	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	③	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	③	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	③	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2 A電圧	1	1	③	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-
	直流125V主母線盤2 D電圧	1	1	③	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	③	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			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	負荷切り離し後	パラメータ	補助パラメータ	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手順書 III (シフト)「燃熱-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ圧力	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 飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル蒸気温度により代替監視可能 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	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	①	-	ドライウエル圧力	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 飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ蒸気温度により代替監視可能 監視可能であればサブプレッション・チェンバ圧力(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温度	ドライウエル蒸気温度	8	8	8	①	-	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル圧力又はサブプレッション・チェンバ圧力の上昇により代替監視可能 サブプレッション・プールの温度の温度変化によりサブプレッション・チェンバ蒸気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
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ蒸気温度	2	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	飽和温度/圧力の関係からサブプレッション・チェンバ蒸気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
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	3	3	3	①	-	サブプレッション・チェンバ蒸気温度	2	2	2	サブプレッション・チェンバ蒸気温度の温度変化によりサブプレッション・プールの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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			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	負荷切り離し後	パラメータ	補助パラメータ	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手順書 III (シフト)「燃熱-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ圧力	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 飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル蒸気温度により代替監視可能 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	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	①	-	ドライウエル圧力	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 飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ蒸気温度により代替監視可能 監視可能であればサブプレッション・チェンバ圧力(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温度	ドライウエル蒸気温度	8	8	8	①	-	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル圧力又はサブプレッション・チェンバ圧力の上昇により代替監視可能 サブプレッション・プールの温度の温度変化によりサブプレッション・チェンバ蒸気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
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ蒸気温度	2	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	飽和温度/圧力の関係からサブプレッション・チェンバ蒸気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
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	3	3	3	①	-	サブプレッション・チェンバ蒸気温度	2	2	2	サブプレッション・チェンバ蒸気温度の温度変化によりサブプレッション・プールの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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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	負荷切り離した後			直後	負荷切り離した後				
非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデント)「除熱-1」等AM設備別操作手順書	最終ヒートシンクの確保 (3/3)	フィルタ装置圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	船舶温度/圧力の関係から、フィルタ装置スクラビング水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	
		フィルタ装置スクラビング水温度	1	1	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力の傾向監視により、格納容器逃がし装置の健全性を代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		フィルタ装置スクラビ線モニタ(高圧・低圧)	2	2	1	1	1	1	1	1	1	船舶温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力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
		フィルタ装置入口水素濃度	2	0	0	0	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能	監視事項は代替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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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	負荷切り離した後			直後	負荷切り離した後				
非常時運転手順書(シビリアクシデント)「除熱」等AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	ドライウェル圧力(SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	船舶内に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
		ベグスタス温度(SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	船舶温度/圧力の関係から、ドライウェル温度(SA)又はベグスタス温度(SA)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	
		サブプレッション・チェン圧力(SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	船舶内に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
		サブプレッション・チェン温度(SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	船舶温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェン温度(SA)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	
原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	サブプレッション・チェン水素濃度(SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	サブプレッション・チェン水素濃度(SA)の温度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	
		格納容器水素濃度(A)	1	0	0	0	1	0	0	0	0	船舶内に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器水素濃度(B)	1	0	0	0	1	0	0	0	0	船舶内に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器水素濃度(A)	1	0	0	0	1	0	0	0	0	船舶内に格納容器内水素濃度を計測することができ、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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.7. 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類	計器名称	計器数	パラメータ 分類			
対応手段 非常時運転手 明瞭 III (シビ アアクシデン ト) (除熱-1) 等 AM設置別機 作手順書									計器故障等 SBO		
判断 標準 (2) (2)	原子炉格納容器内の水位	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量、低圧代替注水系格納容器スプレイ流量及び低圧代替注水系格納容器下部注水流量の注水量より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量、低圧代替注水系格納容器スプレイ流量及び低圧代替注水系格納容器下部注水流量の注水量より、サブプレッション・プールの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)	1	1	1	1	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量、低圧代替注水系格納容器スプレイ流量及び低圧代替注水系格納容器下部注水流量の注水量より、サブプレッション・プールの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 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量、低圧代替注水系格納容器下部注水流量	
		低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	1	1	1	1	1	1	低圧代替注水系格納容器下部注水流量	
		西側淡水貯槽水位	1	1	1	1	1	1	1	1	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯槽設備水位の水位変化より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能
		ドライウェル圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	ドライウェル圧力とサブプレッション・チェンバ圧力の差圧より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能
		ドライウェル圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	ドライウェル圧力とサブプレッション・チェンバ圧力の差圧より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能
		ドライウェル圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	ドライウェル圧力とサブプレッション・チェンバ圧力の差圧より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能
		ドライウェル圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	ドライウェル圧力とサブプレッション・チェンバ圧力の差圧より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能
原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ温度	8	8	①	-	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバ温度の温度変化によりサブプレッション・チェンバ圧力によりサブプレッション・プールの水位の代替監視可能	
	サブプレッション・チェンバ温度	2	2	①	-	3	3	3	3	サブプレッション・チェンバ温度の温度変化によりサブプレッション・チェンバ圧力によりサブプレッション・プールの水位の代替監視可能	
	サブプレッション・チェンバ温度	3	3	①	-	2	2	2	2	サブプレッション・チェンバ温度の温度変化によりサブプレッション・チェンバ圧力によりサブプレッション・プールの水位の代替監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：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
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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			
対応手段 非常時運転手 順書III(シビ リアクシオン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッショ ン・プ ール水位	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	1	1	1	1	1	1	
操作	補機監視 機能	第二弁操作差圧	1	1	1	1	1	1	1	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、サブプレ ッション・プール水位の代替監視 可能 ドライウエル圧力とサブプレッショ ン・チェンバ圧力の差圧より、サ ブプレッション・プール水位の代替 監視可能
		空気ポンベユニット空 気供給流量	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

・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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 全交流動力電源喪失時の対応手順 a. 格納容器圧力速がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現場操作) a. 格納容器圧力速がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現場操作) (c) フィルタ装置スクラビング水補給										
AM設備明瞭 作手順書	最終ヒー トシンク の確保	フィルタ装置水位	2	2	①	-	-	-	-	-
	最終ヒー トシンク の確保	フィルタ装置水位	2	2	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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			パラメータ補償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	計器位置	計器名称	計器数	計器位置	計器名称	計器数	計器位置		
1.7.0.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 交差動力燃焼試験中である場合の対応手順 a. 格納容器圧力急上昇時の対応 (d) 原子炉格納容器内の不活性ガス(窒素)置換	AM設備別欄 原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	1	1	1	1	1	定期的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
AM設備別欄 原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	1	1	1	1	1	定期的な格納容器内圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		サブプレッション・チェンバ ン圧力	1	1	①	2	2	2	2	2	2	定期的な格納容器内圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
AM設備別欄 原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	8	8	①	1	1	1	1	1	定期的な格納容器内圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		サブプレッション・チェンバ ン圧力	2	2	①	3	3	3	3	3	3	定期的な格納容器内圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
AM設備別欄 原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内水素濃度 (S A)	2	0	①	2	0	0	2	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
AM設備別欄 原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内水素濃度	2	0	②	2	0	0	2	0	0	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

・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
 1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの種類				計器名称	抽出パラメータの種類				計器名称	抽出パラメータの種類				計器名称	SBO	評価			
		計器数	SBO影響 距離	負荷切離し後	パラメータ 分類	計器数	種類	計器数	種類		計器数	種類	計器数	種類		計器数	種類	計器数	種類				計器数	種類	
社会事故 NIM(定期点検) 作手誤差	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	ドライウェル圧力	1	1	1	1	ドライウェル圧力	1	1	1	1	ドライウェル圧力	1	1	1	1	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	1	1	1	①	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバ 温度	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバ 温度	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバ 温度	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	1	ドライウェル温度	1	1	1	1	ドライウェル温度	1	1	1	1	ドライウェル温度	1	1	1	1	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水素濃度	2	0	0	①	2	0	0	①	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	①	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	①	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	①	監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	0	0	②	2	0	0	②	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	②	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	②	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	監視パラメータ				項目	監視パラメータ				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	
対応手段 AM設備別操 作手順書	最終ヒー トシンク の確保	残留熱除去系系流量	2	0	0	①	—	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
		代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	2	2	2	①	—	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 サブプレッション・プールの水温 ドラウアウト雰囲気温度 サブプレッション・チェンバール雰囲気温度	2 3 8 2	2 3 8 2	2 3 8 2	ポンプの吐出圧力からポンプの注水特性を用いて流量を推定し、この流量と代替循環冷却系原子炉注入流量の差分から格納容器スプレイ流量を代替監視可能 サブプレッション・プール水温度、ドラウアウト雰囲気温度、サブプレッション・チェンバール雰囲気温度により最終ヒーティングが確保されていることを代替監視可能	

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

1.7. 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		バックアップ		バックアップ 分類	バックアップ 機能	バックアップ 機能	計器故障等	評価
			計器数	直後 [負荷切り直し後]	計器数	直後 [負荷切り直し後]					
1.7.1. 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 全炉稼働時監視要領に準じて対応 (3) 全炉稼働時監視要領に準じて対応 (4) 格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (理想操作) (5) フィルタ装置内の不活性ガス (窒素) 置換	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエルの圧力	1	1	①	1	①	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することから、圧力監視可能。監視事項は油圧監視可能。監視事項は油圧監視可能。
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバールの圧力	1	1	①	1	①	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することから、圧力監視可能。監視事項は油圧監視可能。監視事項は油圧監視可能。
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバールの圧力	1	1	①	1	①	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することから、圧力監視可能。監視事項は油圧監視可能。監視事項は油圧監視可能。
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバールの圧力	1	1	①	1	①	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することから、圧力監視可能。監視事項は油圧監視可能。監視事項は油圧監視可能。
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバールの圧力	1	1	①	1	①	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することから、圧力監視可能。監視事項は油圧監視可能。監視事項は油圧監視可能。
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバールの圧力	1	1	①	1	①	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することから、圧力監視可能。監視事項は油圧監視可能。監視事項は油圧監視可能。
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバールの圧力	1	1	①	1	①	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することから、圧力監視可能。監視事項は油圧監視可能。監視事項は油圧監視可能。
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバールの圧力	1	1	①	1	①	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することから、圧力監視可能。監視事項は油圧監視可能。監視事項は油圧監視可能。
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバールの圧力	1	1	①	1	①	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することから、圧力監視可能。監視事項は油圧監視可能。監視事項は油圧監視可能。
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバールの圧力	1	1	①	1	①	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することから、圧力監視可能。監視事項は油圧監視可能。監視事項は油圧監視可能。
原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバールの圧力	1	1	①	1	①	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することから、圧力監視可能。監視事項は油圧監視可能。監視事項は油圧監視可能。	

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

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

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	SBO影響 負荷切り離し後	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	SBO		
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 全交流動力電源喪失時の対応手順 a. 格納容器圧力速がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱(現場操作)	制御基準 の確保	フィルタ装置スクラビ ング水温度	1	1	1	①	1	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィル タ装置圧力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
		フィルタ装置水位	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、フィル タ装置圧力により代替監視可能
AM設備別操 作手順書	最終ヒー トシンク の確保	フィルタ装置水位	2	2	2	①	2	2	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、フィル タ装置圧力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
		最終ヒー トシンク の確保	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内の水素濃度変化 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

重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	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			計器数	SBO影響 直後					
1.8.2.1 原子炉格納容器下部に落下した溶融炉心の冷却のための対応手順 非常時運転操作手順書 (シニアアラーム) AM設備別操作手順書 (注水-3B) 注水-3B AM設備別操作手順書 (注水-3B)	原子炉格納容器下部に落下した溶融炉心の冷却のための対応手順 非常時運転操作手順書 (シニアアラーム) AM設備別操作手順書 (注水-3B) 注水-3B	格納容器内空筒気放熱線モニタ (D/W)	2	1	0	①	①	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認 アラームにて確認 アラームにて確認		
			2	1	0	①	①	2	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認 アラームにて確認	
			2	2	2	①	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 アラームにて確認
			2	2	2	①	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 アラームにて確認
			2	2	2	①	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 アラームにて確認
			2	2	2	①	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 アラームにて確認
			2	2	2	①	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 アラームにて確認
			2	2	2	①	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 アラームにて確認
			2	2	2	①	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 アラームにて確認
			2	2	2	①	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 アラームにて確認

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	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			計器数	SBO影響 直後					
1.8.2.1 ベンチスタル (ドライウエル部) の床面に落下した溶融炉心の冷却のための対応手順 非常時運転操作手順書 (シニアアラーム) AM設備別操作手順書 (注水-3B) 注水-3B AM設備別操作手順書 (注水-3B)	ベ ン チ ス タ ル (ド ラ イ ウ ェ ル 部) へ の 注 水	格納容器内空筒気放熱線モニタ (D/W)	2	2	①	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認		
			2	2	①	①	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認	
			2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線レベルを計測することができ、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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	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			計器数	SBO影響 直後					
1.8.2.1 原子炉格納容器下部に落下した溶融炉心の冷却のための対応手順 非常時運転操作手順書 (シニアアラーム) AM設備別操作手順書 (注水-3B) 注水-3B AM設備別操作手順書 (注水-3B)	原子炉格納容器下部に落下した溶融炉心の冷却のための対応手順 非常時運転操作手順書 (シニアアラーム) AM設備別操作手順書 (注水-3B) 注水-3B	格納容器内空筒気放熱線モニタ (D/W)	2	2	①	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認		
			2	2	①	①	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認	
			2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	①	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空筒気放熱線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認

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
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パワメータを計測する計器		補助パワメータ 分類理由	抽出パワメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	直後		計器数	直後		
対処手段 事故時運転要領書 (シビアアクシデント) 「PPV制御」 AM設備別操作手順書 【AMC】による下部D/W 【注水】	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	計器数	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
			直後	3	3	3	3	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の状態を 把握し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力容器温度より代替監視可能	
			区分別高電圧 を寿命した場合	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	
計器故障 (2 / 3)	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉圧力(SA)	計器数	1	1	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の状態を 把握し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力容器温度より代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
			直後	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	
			区分別高電圧 を寿命した場合	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	
計器故障 (2 / 3)	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉圧力(SA)	計器数	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
			直後	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	
			区分別高電圧 を寿命した場合	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	
計器故障 (2 / 3)	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉圧力(SA)	計器数	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
			直後	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	
			区分別高電圧 を寿命した場合	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パワメータを計測する計器		補助パワメータ 分類理由	抽出パワメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	直後		計器数	直後		
対処手段 非常時運転手 続要領書 (シビアアクシ デント) 「注水-3」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納容器下部水温	計器数	10	10	10	10	直接的に原子炉格納容器下部の温度を計測すること が、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
			直後	10	10	10	10	直接的に原子炉格納容器下部の温度を計測すること が、監視可能	
			区分別高電圧 を寿命した場合	10	10	10	10	直接的に原子炉格納容器下部の温度を計測すること が、監視可能	
			原子炉格納容器下部水温	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器下部の温度を計測すること が、監視可能	
			原子炉格納容器下部水温	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器下部の温度を計測すること が、監視可能	
			原子炉格納容器下部水温	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器下部の温度を計測すること が、監視可能	
			原子炉格納容器下部水温	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器下部の温度を計測すること が、監視可能	
			原子炉格納容器下部水温	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器下部の温度を計測すること が、監視可能	
			原子炉格納容器下部水温	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器下部の温度を計測すること が、監視可能	
			原子炉格納容器下部水温	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器下部の温度を計測すること が、監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パワメータを計測する計器		補助パワメータ 分類理由	抽出パワメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	直後		計器数	直後		
対処手段 事故時運転要領書 (シビアアクシ デント) 「注水-3」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉圧力(SA)	計器数	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器下部の温度を計測すること が、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
			直後	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器下部の温度を計測すること が、監視可能	
			区分別高電圧 を寿命した場合	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器下部の温度を計測すること が、監視可能	
			原子炉格納容器下部水温	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器下部の温度を計測すること が、監視可能	
			原子炉格納容器下部水温	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器下部の温度を計測すること が、監視可能	
			原子炉格納容器下部水温	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器下部の温度を計測すること が、監視可能	
			原子炉格納容器下部水温	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器下部の温度を計測すること が、監視可能	
			原子炉格納容器下部水温	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器下部の温度を計測すること が、監視可能	
			原子炉格納容器下部水温	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器下部の温度を計測すること が、監視可能	
			原子炉格納容器下部水温	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器下部の温度を計測すること が、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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	SBO影響		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	直後		区画1直流電源 を延長した場合	区画2直流電源 を延長した場合		計器数	直後			区画1直流電源 を延長した場合	区画2直流電源 を延長した場合
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「BIV制御」 AM 設置別操作手順書 (BWRによる下部D/W 注水)	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	格納容器内水素濃度 (SA)	2	0	0	①	0	2	2	2	2	2	2	
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	
			1	1	1	②	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	1
判断 業務 (3 / 3)	水源の確保 (復水貯蔵槽水位) 復水貯蔵槽水位(SA)	復水貯蔵槽水位	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	SBO影響		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	直後		区画1直流電源 を延長した場合	区画2直流電源 を延長した場合		計器数	直後			区画1直流電源 を延長した場合	区画2直流電源 を延長した場合
判断 業務 (3 / 3)	水源の確保 (復水貯蔵槽水位) 復水貯蔵槽水位(SA)	復水貯蔵槽水位	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	SBO影響		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	直後		区画1直流電源 を延長した場合	区画2直流電源 を延長した場合		計器数	直後			区画1直流電源 を延長した場合	区画2直流電源 を延長した場合
判断 業務 (3 / 3)	原子炉圧力 計測	原子炉圧力	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		SBO影響	計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	直後		計器数	直後			
対応手段 非常時運転手 （シフトアシスタント） M1 溶融炉心冷却手順書 （運転による下部炉心 注水）	原子炉格納容器下部の注水量	ドライウエル雰囲気温度	2	2	2	①	2	2	2	2	2	1	1	1
		サブプレッション・チェンバースタートアップ温度	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
		サブプレッション・チェンバースタートアップ温度	3	3	3	①	3	3	3	3	3	3	3	3
		格納容器下部水位	3	3	3	①	3	3	3	3	3	3	3	3
		原子炉格納容器内水位	3	3	3	①	3	3	3	3	3	3	3	3
		原子炉格納容器下部水位	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器下部水位	3	3	3	①	3	3	3	3	3	3	3	3
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器下部水位	3	3	3	①	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		SBO影響	計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	直後		計器数	直後			
対応手段 非常時運転手 （シフトアシスタント） M1 溶融炉心冷却手順書 （運転による下部炉心 注水） AM設置時 作手編書	原子炉格納容器内圧力の注水量	ドライウエル圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
		サブプレッション・チェンバースタートアップ圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
		サブプレッション・チェンバースタートアップ圧力	8	8	8	①	8	8	8	8	8	8	8	8
		原子炉格納容器内圧力	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2
		原子炉格納容器内圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2
		原子炉格納容器内圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力	3	3	3	①	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		SBO影響	計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	直後		計器数	直後			
対応手段 非常時運転手 （シフトアシスタント） M1 溶融炉心冷却手順書 （運転による下部炉心 注水） AM設置時 作手編書	原子炉格納容器内圧力の注水量	原子炉格納容器内圧力	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2
		原子炉格納容器内圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2
		原子炉格納容器内圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器内圧力	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 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	計器数	SBO影響 直後			計器数	SBO影響 直後			
事故時運転手 (シフトオペレーター) AM設備別操作手順書 (前号車による下部 0#注水) 多岐なバザー対応手 順 (前号車による注水 (デブリ冷却))	原子炉内 の放射線 量率	原子炉内放射線量率計測機	2	1	0	①	ユーリア放射線モニタ	2	0	0	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ザーにて確認 監視事項は主要バ ザーにて確認	
	原子炉内 の温度	原子炉内圧力容器温度	2	2	2	①	原子炉内圧力容器温度計	2	1	1	原子炉内圧力容器温度の上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ザーにて確認	
	原子炉内圧力 容器下部の 水位	原子炉内圧力容器下部水位	原子炉内圧力容器下部水位計	4	1	1	①	原子炉内圧力容器下部水位計	1	1	1	原子炉内圧力容器下部水位の上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ザーにて確認
		原子炉内圧力容器下部水位	原子炉内圧力容器下部水位計	3	1	1	①	原子炉内圧力容器下部水位計	1	1	1	原子炉内圧力容器下部水位の上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ザーにて確認
		原子炉内圧力容器下部水位	原子炉内圧力容器下部水位計	2	1	1	①	原子炉内圧力容器下部水位計	1	1	1	原子炉内圧力容器下部水位の上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ザーにて確認
		原子炉内圧力容器下部水位	原子炉内圧力容器下部水位計	2	1	1	①	原子炉内圧力容器下部水位計	1	1	1	原子炉内圧力容器下部水位の上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ザーにて確認
	原子炉内圧力 容器内の 水位	原子炉内圧力容器内水位	原子炉内圧力容器内水位計	1	1	1	①	原子炉内圧力容器内水位計	1	1	1	原子炉内圧力容器内水位の上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ザーにて確認
		原子炉内圧力容器内水位	原子炉内圧力容器内水位計	1	1	1	①	原子炉内圧力容器内水位計	1	1	1	原子炉内圧力容器内水位の上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ザーにて確認
		原子炉内圧力容器内水位	原子炉内圧力容器内水位計	1	1	1	①	原子炉内圧力容器内水位計	1	1	1	原子炉内圧力容器内水位の上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ザーにて確認
		原子炉内圧力容器内水位	原子炉内圧力容器内水位計	1	1	1	①	原子炉内圧力容器内水位計	1	1	1	原子炉内圧力容器内水位の上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ザーにて確認
原子炉内圧力容器内水位		原子炉内圧力容器内水位計	1	1	1	①	原子炉内圧力容器内水位計	1	1	1	原子炉内圧力容器内水位の上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ザーにて確認	
原子炉内圧力容器内水位		原子炉内圧力容器内水位計	1	1	1	①	原子炉内圧力容器内水位計	1	1	1	原子炉内圧力容器内水位の上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ザーにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 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	計器数	SBO影響 直後			計器数	SBO影響 直後			
非常時運転手 (シフトオペレーター) 「注水-3」 a) 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	格納容器下部水位	10	10	①	-	格納容器下部水位	1	1	1	格納容器下部水位の上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ザーにて確認	
	補機監視 ポンプ吐出圧力	格納容器下部雰囲気温度	格納容器下部雰囲気温度計	2	2	②	-	格納容器下部雰囲気温度計	2	2	2	格納容器下部雰囲気温度の上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ザーにて確認
		格納容器下部注水量	格納容器下部注水量計	1	1	①	-	格納容器下部注水量計	1	1	1	格納容器下部注水量の上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ザーにて確認

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 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	計器数	SBO影響 直後			計器数	SBO影響 直後		
事故時運転手 (シフトオペレーター) 「注水-3a」 (注水-3a) AM設備別操作手順書 (前号車による注水 (デブリ冷却))	原子炉格納 容器内の 圧力	原子炉格納容器内圧力	2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力	2	2	2	原子炉格納容器内圧力の上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ザーにて確認
		原子炉格納容器内圧力	2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力	2	2	2	原子炉格納容器内圧力の上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ザーにて確認
		原子炉格納容器内圧力	2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力	2	2	2	原子炉格納容器内圧力の上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ザーにて確認
		原子炉格納容器内圧力	2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力	2	2	2	原子炉格納容器内圧力の上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ザーにて確認
		原子炉格納容器内圧力	2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力	2	2	2	原子炉格納容器内圧力の上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ザーにて確認
		原子炉格納容器内圧力	2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力	2	2	2	原子炉格納容器内圧力の上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ザーにて確認
		原子炉格納容器内圧力	2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力	2	2	2	原子炉格納容器内圧力の上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ザーにて確認
		原子炉格納容器内圧力	2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力	2	2	2	原子炉格納容器内圧力の上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ザーにて確認
		原子炉格納容器内圧力	2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力	2	2	2	原子炉格納容器内圧力の上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ザーにて確認
		原子炉格納容器内圧力	2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力	2	2	2	原子炉格納容器内圧力の上昇より代替監視可能	監視事項は主要バ ザーにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, ハラメータ, 補助ハラメータ, 補助ハラメータ, 補助ハラメータ, 計器名称, 計器数, SBO影響, 評価

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, ハラメータ, 補助ハラメータ, 補助ハラメータ, 計器名称, 計器数, SBO影響, 評価

①: 重要監視ハラメータ, ②: 有効監視ハラメータ, ③: 補助ハラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, ハラメータ, 補助ハラメータ, 補助ハラメータ, 計器名称, 計器数, SBO影響, 評価

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

Table with columns: 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, ハラメータ分類, 抽出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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

Table with columns: 項目, 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, ハラメータ分類, 抽出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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

Table with columns: 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, ハラメータ分類, 抽出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

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	補助パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を喪失した場合			計器数	SBO影響 区分Ⅱ直流電源 を喪失した場合			
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「RPV制御」 AM 設備別操作手順書 「炉心ポンプによる下 部 D/W 注水」	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウェル蒸気温度	2	2	①	①	1	1	格納容器内圧力(D/W) 又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視 可能 サプレッション・チェンバ・プ ール水温の上昇 により代替監視可能 格納容器内圧力(S/C) 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	
	原子炉格 納容器内 の温度	サプレッション・チェンバ・ プールの水温	3	3	①	①	3	0	監視可能 サプレッション・チェンバ・プールの水温の上昇 により代替監視可能 格納容器内圧力(S/C) 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	
補機監視 機能 確保	原子炉格 納容器内 の注水量	格納容器下部水位	3	3	①	①	1	1	格納容器下部注水量(格納容器下 部注水量) 復水貯槽水位(SA) 復水貯槽水位(SA) 復水貯槽水位(SA) 格納容器内圧力(S/C) 格納容器下部水位	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	補機監視 機能 確保	原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	①	①	1	1	格納容器内圧力(S/C) 格納容器下部水位	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		「緊急時対策本部」に確認			③				「緊急時対策本部」に確認		
		「緊急時対策本部」に確認			③				「緊急時対策本部」に確認		

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	補助パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	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Ⅲ(シビ アアクシデ ント) 「注水-3 」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	格納容器下部水位	10	10	①	①	1	1	低圧代替注水系統格納容器下部注 水量 代替注水貯槽水位 西側注水貯槽水位	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	操作 (2 / 3)	「格納容器下部旁開 気温度」	2	2	②	②	2	2	【格納容器下部旁開気温度】 デブリの少量落下時(デブリ堆積 高さ<0.2m)において、格納容器 下部旁開気温度により、デブリが 冠水されていることを代替監視可 能		
	原子炉格 納容器へ の注水量	低圧代替注水系統 格納容器下部注水量	1	1	①	①	1	1	代替注水貯槽水位、西側注水貯水 設備水位の水位変化より、低圧代 替注水系統格納容器下部注水量の 代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	補助パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	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			
事故時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデ ント) 「注水-1 (注水-2)」 AM設備別操 作手順書 「注水-1」による 注水 「注水-2」による 注水 「注水-1」による 注水 「注水-2」による 注水	原子炉格 納容器内 の注水量	格納容器下部注水量	2	2	①	①	2	2	原子炉格納容器内圧力(注水-1) 原子炉格納容器内圧力(注水-2) AM設備別操作手順書 「注水-1」による注水 「注水-2」による注水 「注水-1」による注水 「注水-2」による注水	監視事項は注水-1 注水-2にて確認	
	操作 (2 / 3)	「格納容器下部注水量」	1	1	①	①	1	1	原子炉格納容器内圧力(注水-1) 原子炉格納容器内圧力(注水-2) AM設備別操作手順書 「注水-1」による注水 「注水-2」による注水	監視事項は注水-1 注水-2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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, バラメータ分類, バラメータ分類, 計器名称, 計器数, SDO影響, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SDO影響. Includes details for monitoring items like '原子炉圧力' and '原子炉水位'.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SDO影響, 抽出バラメータ, 抽出バラメータ, 計器名称, 計器数, SDO影響, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SDO影響. Includes details for monitoring items like '原子炉圧力' and '原子炉水位'.

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SDO影響, バラメータ分類, バラメータ分類, 計器名称, 計器数, SDO影響, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SDO影響. Includes details for monitoring items like '原子炉圧力' and '原子炉水位'.

重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	計器数	SBO影響		計器名称	評価			
			計器数	直後				区分Ⅰ直流電源 を延命した場合	区分Ⅱ直流電源 を延命した場合		SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
事故時運転操作手順書 (オペアラシアナント) 【取り決め】 【取り決め】 【取り決め】 AM設備別操作手順書 【取り決め】による原子炉 注水)	電源	M/C電圧 M/D電圧 P/C電圧 P/D電圧 直流125V 主母線電圧 直流125V 主母線電圧	1	1	③	③	1	1	1	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1	計器故障等	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	③	③	1	1	1	1	非常用P/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1		
判別基準 (2) / (3)	水部の確 保	【取水貯留槽水位】 【取水貯留槽水位】	1	1	①	①	1	1	1	取水貯留槽水位	1	1	取水貯留槽水位の代替監視可 能 取水貯留槽水位の代替監視可 能 取水貯留槽水位の代替監視可 能 取水貯留槽水位の代替監視可 能 取水貯留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
			1	1	①	①	1	1	1	1	取水貯留槽水位	1		

重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	計器数	SBO影響		計器名称	評価		
			計器数	直後				区分Ⅰ直流電源 を延命した場合	区分Ⅱ直流電源 を延命した場合		SBO影響 直後	計器故障等	SBO
非常時運転手 手順書Ⅲ(シビ リアクシデン ト) 【注水-3 等】 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内の 放射線 量率	格納容器雰囲気放射線 線モニタ (D/W)	2	2	①	①	2	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線 レベルを計測することができ、監 視可能 直接的に格納容器内雰囲気放射線 レベルを計測することができ、監 視可能
			2	2	①	①	2	2	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	
判別基準 (2) / (3)	原子炉圧 力容器内の 温度	原子炉圧力 容器内温度	4	4	①	①	4	4	4	原子炉圧力 容器内温度	4	4	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 が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 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
			2	2	①	①	2	2	2	2	原子炉圧力 容器内温度	2	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	計器数	SBO影響		計器名称	評価		
			計器数	直後				区分Ⅰ直流電源 を延命した場合	区分Ⅱ直流電源 を延命した場合		SBO影響 直後	計器故障等	SBO
事故時運転操作手順書 (オペアラシアナント) 【注水-1】 【注水-2】 AM設備別操作手順書 【注水-1】によるベドスタル 注水 【注水-2】によるベドスタル 注水 【注水-3】によるベドスタル 注水	原子炉格納 容器内の温 度	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	①	①	2	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能 直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
			7	7	①	①	7	7	7	7	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	7	
判別基準 (2) / (3)	原子炉格納 容器内の温 度	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	①	①	2	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能 直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
			2	2	①	①	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラムメータを計測する計器		補助パラムメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器名称	抽出パラムメータの代替パラムメータを計測する計器		計器名称	計器故障等	SBO
				計器数	直後			計器数	直後		計器数	直後			
事故時運転機作手報知 (シビアアクシデント) [炉心冷却] [炉心監視] [注水] AM設備切替作手報知 (注水 - 1) [注水 - 2] AM設備切替作手報知 (注水 - 3) aj 等	原子炉圧力 力容器内の 水位	1	【原子炉圧力(監視機)】 【原子炉圧力(監視機)】 【原子炉圧力(監視機)】 【原子炉圧力(監視機)】	4	1	①	原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	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	監視事項は主要パ ラムメータにて確認
				3	1	①	原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A) と換熱器内圧力 (S C) の差圧から原子炉圧力容器内の水位を測定可 ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラムメータにて確認	
				2	1	①	原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A) と換熱器内圧力 (S C) の差圧から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	監視事項は主要パ ラムメータにて確認	
				1	1	①	原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A) と換熱器内圧力 (S C) の差圧から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	監視事項は主要パ ラムメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラムメータを計測する計器		補助パラムメータ 分類理由	計器名称	抽出パラムメータの代替パラムメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
			計器数	直後			計器数	直後			計器数
非常時運転機作手報知 (シビアアクシデント) [注水 - 1] [注水 - 2] AM設備切替作手報知 (注水 - 3) aj 等	原子炉圧力 力容器内の 水位	1	【原子炉圧力(監視機)】 【原子炉圧力(監視機)】 【原子炉圧力(監視機)】 【原子炉圧力(監視機)】	2	2	①	原子炉圧力 (S A)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することでき、監視可能	監視事項は主要パ ラムメータにて確認
				3	3	①	原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A) と換熱器内圧力 (S C) の差圧から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	
				2	2	①	原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A) と換熱器内圧力 (S C) の差圧から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	1	①	原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A) と換熱器内圧力 (S C) の差圧から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: 重要監視パラムメータ, ②: 有効監視パラムメータ, ③: 補助パラムメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラムメータを計測する計器		補助パラムメータ 分類理由	計器名称	抽出パラムメータの代替パラムメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
			計器数	直後			計器数	直後			計器数
事故時運転機作手報知 (シビアアクシデント) [注水 - 1] [注水 - 2] AM設備切替作手報知 (注水 - 1) [注水 - 2] AM設備切替作手報知 (注水 - 3) aj 等	原子炉格納容器 下部の水流量 監視	1	【原子炉格納容器下部の水流量(監視機)】 【原子炉格納容器下部の水流量(監視機)】 【原子炉格納容器下部の水流量(監視機)】 【原子炉格納容器下部の水流量(監視機)】	1	0	①	原子炉格納容器下部の水流量 (S A)	1	0	直接的に原子炉格納容器下部の水流量を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラムメータにて確認
				1	1	②	原子炉格納容器下部の水流量 (S A)	1	1	原子炉格納容器下部の水流量 (S A) と原子炉格納容器下部の温度 (S A) の関係から原子炉格納容器下部の水流量を推定すること ができ、監視可能	
				1	1	③	原子炉格納容器下部の水流量 (S A)	1	1	原子炉格納容器下部の水流量 (S A) と原子炉格納容器下部の圧力 (S A) の関係から原子炉格納容器下部の水流量を推定すること ができ、監視可能	
				1	1	④	原子炉格納容器下部の水流量 (S A)	1	1	原子炉格納容器下部の水流量 (S A) と原子炉格納容器下部の圧力 (S A) の関係から原子炉格納容器下部の水流量を推定すること 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

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処するための手順等

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	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SRD	
			計器数	直後		計器数	直後			
										区分別直高電圧を延命した場合
非常時運転手順 【シビアアクシデント】 【RWS制御】 【RWS制御】	格納容器内上部放射線レベル 【D(0)】 格納容器内下部放射線レベル 【S(C)】	原子炉水位(原子炉内)	2	1	0	①	2	0	原子炉水位から原子炉内上部放射線レベルを推定可能	
		原子炉水位(原子炉内)	2	1	0	①	2	0	原子炉水位から原子炉内下部放射線レベルを推定可能	
AM設備別操作手順書 【消防用による原子炉注水】 多様なハザード対応手順 【消防用による原子炉注水(デブリ冷却)】	原子炉圧力変化時の原子炉圧力降下速度 原子炉圧力変化時の原子炉圧力降下速度	原子炉圧力	2	2	2	①	3	3	原子炉圧力から原子炉内上部放射線レベルを推定可能	
		原子炉圧力	2	2	2	①	3	3	原子炉圧力から原子炉内下部放射線レベルを推定可能	
判新 【注水】 【注水】 【注水】 【注水】 【注水】 【注水】 【注水】 【注水】 【注水】 【注水】	原子炉圧力変化時の原子炉圧力降下速度 原子炉圧力変化時の原子炉圧力降下速度 原子炉圧力変化時の原子炉圧力降下速度 原子炉圧力変化時の原子炉圧力降下速度 原子炉圧力変化時の原子炉圧力降下速度 原子炉圧力変化時の原子炉圧力降下速度 原子炉圧力変化時の原子炉圧力降下速度 原子炉圧力変化時の原子炉圧力降下速度 原子炉圧力変化時の原子炉圧力降下速度 原子炉圧力変化時の原子炉圧力降下速度	原子炉圧力	4	4	1	①	1	1	原子炉圧力から原子炉内上部放射線レベルを推定可能	
		原子炉圧力	3	3	1	①	1	1	1	原子炉圧力から原子炉内下部放射線レベルを推定可能
		原子炉圧力	2	2	1	①	1	1	1	原子炉圧力から原子炉内上部放射線レベルを推定可能
		原子炉圧力	2	2	1	①	1	1	1	原子炉圧力から原子炉内下部放射線レベルを推定可能
		原子炉圧力	1	1	1	①	1	1	1	原子炉圧力から原子炉内上部放射線レベルを推定可能
		原子炉圧力	1	1	1	①	1	1	1	原子炉圧力から原子炉内下部放射線レベルを推定可能
		原子炉圧力	1	1	1	①	1	1	1	原子炉圧力から原子炉内上部放射線レベルを推定可能
		原子炉圧力	1	1	1	①	1	1	1	原子炉圧力から原子炉内下部放射線レベルを推定可能
		原子炉圧力	1	1	1	①	1	1	1	原子炉圧力から原子炉内上部放射線レベルを推定可能
		原子炉圧力	1	1	1	①	1	1	1	原子炉圧力から原子炉内下部放射線レベルを推定可能

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
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		計器故障等	SRD
			計器数	直後		計器数	直後		
非常時運転手順書 【シビアアクシデント】 【注水-3】 【注水-3】 【注水-3】 【注水-3】 【注水-3】 【注水-3】 【注水-3】 【注水-3】 【注水-3】	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	1	1	1	1
		サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	①	1	1	1	1
		ドライウエル温度	8	8	①	1	1	1	1
		サブプレッション・チェンバール温度	2	2	①	3	3	3	3
		サブプレッション・チェンバール圧力	3	3	①	1	1	1	1
		格納容器下部水温	5	5	①	1	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	①	1	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	①	1	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	①	1	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	①	1	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
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	直後	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	SRD
							計器数	直後		
非常時運転手順書 【シビアアクシデント】 【注水-2】 【注水-2】 【注水-2】 【注水-2】 【注水-2】 【注水-2】 【注水-2】 【注水-2】 【注水-2】	原子炉格納容器内の圧力	原子炉圧力	4	4	①	1	1	1	1	
		サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	①	1	1	1	1	
		サブプレッション・チェンバール温度	2	2	①	3	3	3	3	
		サブプレッション・チェンバール圧力	3	3	①	1	1	1	1	
		格納容器下部水温	5	5	①	1	1	1	1	
		原子炉圧力	1	1	①	1	1	1	1	
		原子炉圧力	1	1	①	1	1	1	1	
		原子炉圧力	1	1	①	1	1	1	1	
		原子炉圧力	1	1	①	1	1	1	1	
		原子炉圧力	1	1	①	1	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
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後						
対応手段 非常時運転手順 (シビアアクシデント) [炉内冷却] [炉外冷却] AM設備別動作手順書 [初期]による原子炉 注水] 多様なハザード対応作 業 [初期]による注水 (アプリアクト)]	原子炉圧力 容器内の 炉心水位	【原子炉水位(標準値)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(燃料床)】	原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心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
			原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉水位(SA)	1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能	
非常時運転手 順書III(シビ リアクシデン ト) [注水-3 a)]等 AM設備別機 作手順書	原子炉圧力 容器内の 炉心水位	【原子炉水位(標準値)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(燃料床)】	原子炉圧力(SA)	3	3	3	原子炉圧力(SA)	3	3	直接的に原子炉圧力容器内の炉心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(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	計器名称	計器数	SBO影響		評価
			計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後						
非常時運転手 順書III(シビ リアクシデン ト) [注水-3 a)]等 AM設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉圧力 容器内の 炉心水位	原子炉圧力(SA)	2	2	2	原子炉圧力(SA)	2	2	2	直接的に格納容器内空室放射線線 レベルを計測することでき、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(SA)	2	2	2	原子炉圧力(SA)	2	2	直接的に格納容器内空室放射線 レベルを計測することでき、監 視可能		
			原子炉圧力(SA)	2	2	2	原子炉圧力(SA)	2	2	直接的に格納容器内空室放射線 レベルを計測することでき、監 視可能		
			原子炉圧力(SA)	2	2	2	原子炉圧力(SA)	2	2	直接的に格納容器内空室放射線 レベルを計測することでき、監 視可能		
非常時運転手 順書III(シビ リアクシデン ト) [注水-3 a)]等 AM設備別機 作手順書	原子炉圧力 容器内の 炉心温度	原子炉圧力 容器内の 炉心温度	原子炉圧力(SA)	4	4	4	原子炉圧力(SA)	4	4	4	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 を代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			原子炉圧力(SA)	4	4	4	原子炉圧力(SA)	4	4	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 力を代替監視可能		

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	計器名称	計器数	SBO影響		評価
			計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後						
非常時運転手 順書III(シビ リアクシデン ト) [注水-3 a)]等 AM設備別機 作手順書	原子炉圧力 容器内の 炉心温度	原子炉圧力 容器内の 炉心温度	原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	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 を代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	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 力を代替監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	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 力を代替監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	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 力を代替監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	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 力を代替監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	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 力を代替監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	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 力を代替監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	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 力を代替監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	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 力を代替監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	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 力を代替監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	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 力を代替監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	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 力を代替監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	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 力を代替監視可能	

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 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	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「B/A 初期」 「B/B 初期」 AM 設備別操作手順書 「消防車による原子炉 注水」 多様なハザード対応手 順 「消防車による送水 (デブリ冷却)」	原子炉圧 力容器へ の注水量	復水補給水系流量(BWR A 系代 替注水量)	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	1	水漏である復水貯蔵槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能
			原子炉水位 (SA)	3	3	①	原子炉水位 (広帯域)	1
		復水補給水系流量(BWR B 系代 替注水量)	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	1	水漏である復水貯蔵槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能
	補機駆動 機能	可搬型代替注水ポンプ吐出圧 力			③	可搬型代替注水ポンプの 運転状態を確認するパ ラメータ		
	水源の確保	防火水槽			③	代替水源の確保状態を確認 するパラメータ		
		淡水貯水池			③	淡水貯水池		

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 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	
異常警報発生 監視項目 (シビ アアクシデント) 「注水 - 3 a)」等 AM 設備別操 作手順書	原子炉正 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯 域)	2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	1	原子炉水位 (広帯域) の水位変化より監視可能
			2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	1	原子炉水位 (広帯域) の水位変化より監視可能
			2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	1	原子炉水位 (広帯域) の水位変化より監視可能
			2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	1	原子炉水位 (広帯域) の水位変化より監視可能
			2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	1	原子炉水位 (広帯域) の水位変化より監視可能
			2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	1	原子炉水位 (広帯域) の水位変化より監視可能
			2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	1	原子炉水位 (広帯域) の水位変化より監視可能
			2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	1	原子炉水位 (広帯域) の水位変化より監視可能
			2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	1	原子炉水位 (広帯域) の水位変化より監視可能
			2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	1	原子炉水位 (広帯域) の水位変化より監視可能
			2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	1	原子炉水位 (広帯域) の水位変化より監視可能
			2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	1	原子炉水位 (広帯域) の水位変化より監視可能
			2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	1	原子炉水位 (広帯域) の水位変化より監視可能

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 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	
異常警報発生 監視項目 (シビ アアクシデント) 「注水 - 3 a)」 AM 設備別操 作手順書 「注水 - 3 a)」 「注水 - 3 b)」 「注水 - 3 c)」 「注水 - 3 d)」 「注水 - 3 e)」 「注水 - 3 f)」 「注水 - 3 g)」 「注水 - 3 h)」 「注水 - 3 i)」 「注水 - 3 j)」 「注水 - 3 k)」 「注水 - 3 l)」 「注水 - 3 m)」 「注水 - 3 n)」 「注水 - 3 o)」 「注水 - 3 p)」 「注水 - 3 q)」 「注水 - 3 r)」 「注水 - 3 s)」 「注水 - 3 t)」 「注水 - 3 u)」 「注水 - 3 v)」 「注水 - 3 w)」 「注水 - 3 x)」 「注水 - 3 y)」 「注水 - 3 z)」	原子炉正 力容器内 の水位	原子炉水位 (SA)	1	1	①	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA) の水位変化より監視可能
			1	1	①	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA) の水位変化より監視可能
			1	1	①	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA) の水位変化より監視可能
			1	1	①	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA) の水位変化より監視可能
			1	1	①	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA) の水位変化より監視可能
			1	1	①	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA) の水位変化より監視可能
			1	1	①	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA) の水位変化より監視可能
			1	1	①	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA) の水位変化より監視可能
			1	1	①	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA) の水位変化より監視可能
			1	1	①	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA) の水位変化より監視可能
			1	1	①	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA) の水位変化より監視可能
			1	1	①	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA) の水位変化より監視可能
			1	1	①	原子炉水位 (SA)	1	原子炉水位 (SA) の水位変化より監視可能

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
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	直後		計器数	直後	
手動運転時 [シリアクティブ] [注水] 時 AM設備別操作手順書 「炉心シブ」による原 子炉注水)	原子炉格 納容器内 の温度	格納容器内上部気液相シブ 重量	2	1	0	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		格納容器内下部気液相シブ 重量	2	1	0	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認
判断基準 (3 / 2)	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力容器温度	2	2	2	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器入口温度	3	3	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器出口温度	3	3	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器入口温度	3	3	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器出口温度	3	3	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器入口温度	3	3	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器出口温度	3	3	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器入口温度	3	3	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器出口温度	3	3	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器入口温度	3	3	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	直後		計器数	直後	
判断基準 (3 / 2)	原子炉格 納容器内 の温度	格納容器下部水温	10	10	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		M/C 2C電圧	1	1	③	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		P/C 2C電圧	1	1	③	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		M/C 2D電圧	1	1	③	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		P/C 2D電圧	1	1	③	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		直流125V 主母線電圧 A電圧	1	1	③	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		直流125V 主母線電圧 B電圧	1	1	③	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		制御棒位置指示	185	185	0	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		復水貯蔵タンク水位	2	0	0	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		水源の確保	2	0	0	0	0	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	直後		計器数	直後	
判断基準 (4 / 0)	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力	2	2	1	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	1	1	1	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
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数		
監視対象機器 (シフトアラーム)	MIC電圧	1	1	抽出パラメータ	1	抽出パラメータ	1		
	MCD電圧	1	1	抽出パラメータ	1	抽出パラメータ	1		
電源	P/C D-I電圧	1	1	抽出パラメータ	1	抽出パラメータ	1		
	P/C D-II電圧	1	1	抽出パラメータ	1	抽出パラメータ	1		
監視対象機器 (シフトアラーム)	直流 125V 主母線電圧	1	1	抽出パラメータ	1	抽出パラメータ	1		
	直流 125V 主母線電圧	1	1	抽出パラメータ	1	抽出パラメータ	1		
監視対象機器 (シフトアラーム)	【復水貯蔵槽水位】	1	0	抽出パラメータ	0	抽出パラメータ	0		
	【復水貯蔵槽水位】	1	1	抽出パラメータ	1	抽出パラメータ	1		
監視対象機器 (シフトアラーム)	水源の確保	1	1	抽出パラメータ	1	抽出パラメータ	1		
	ろ過水タンク水位	1	1	抽出パラメータ	1	抽出パラメータ	1		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数		
非常時運転手 アラーム (注水-3 aj等 AM設備切 作手順書)	原子炉格納容器内の圧力	1	1	抽出パラメータ	1	抽出パラメータ	1		
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	抽出パラメータ	1	抽出パラメータ	1		
操作 (1/2)	原子炉格納容器内の温度	8	8	抽出パラメータ	8	抽出パラメータ	8		
	原子炉格納容器内の温度	2	2	抽出パラメータ	2	抽出パラメータ	2		
原子炉格納容器下部の温度	原子炉格納容器下部の温度	3	3	抽出パラメータ	3	抽出パラメータ	3		
	原子炉格納容器下部の温度	5	5	抽出パラメータ	5	抽出パラメータ	5		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数		
非常時運転手 アラーム (注水-3 aj等 AM設備切 作手順書)	原子炉格納容器内の圧力	2	2	抽出パラメータ	2	抽出パラメータ	2		
	原子炉格納容器内の圧力	7	7	抽出パラメータ	7	抽出パラメータ	7		
操作 (1/2)	原子炉格納容器内の温度	2	2	抽出パラメータ	2	抽出パラメータ	2		
	原子炉格納容器内の温度	7	7	抽出パラメータ	7	抽出パラメータ	7		
原子炉格納容器下部の温度	原子炉格納容器下部の温度	2	2	抽出パラメータ	2	抽出パラメータ	2		
	原子炉格納容器下部の温度	7	7	抽出パラメータ	7	抽出パラメータ	7		

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [FV 助沸] [FV 助沸] AM 設備別操作手順書 「消火ポンプによる原子炉注水」	原子炉圧力監視 水の注水量	原子炉圧力監視	1	1	原子炉圧力監視	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力監視	1	1	原子炉圧力監視	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
補機監視機能	原子炉圧力監視	原子炉圧力監視	1	1	原子炉圧力監視	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
水の注水量	原子炉圧力監視	原子炉圧力監視	1	1	原子炉圧力監視	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対処手段	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	
1.8.2.2 溶融炉心のベズスタル (ドラマイウエル部) の床面への落下遅延・防止のための対応手順 (1) 原子炉圧力容器への注水 a. 低圧代注水系 (常設) による原子炉圧力容器への注水	非常時運転手 手順書 III (シビ リアクシデント) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内放射線 線モニタ (D/W)	2	2	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に格納容器内空気放射線 レベルを計測することができ、監 視可能
		原子炉格納容器内放射線 線モニタ (S/C)	2	2	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に格納容器内空気放射線 レベルを計測することができ、監 視可能
AM設備別操 作手順書	原子炉圧力容器内 原子炉圧力容器温度 の温度	原子炉圧力 (SA)	2	2	原子炉圧力 (SA)	2	2	原子炉圧力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
		原子炉圧力 (SA)	4	4	原子炉圧力 (SA)	1	1	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [FV 助沸] [FV 助沸] AM 設備別操作手順書 「消火ポンプによる原子炉注水」	原子炉圧力監視 水の注水量	原子炉圧力監視	1	1	原子炉圧力監視	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力監視	1	1	原子炉圧力監視	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
補機監視機能	原子炉圧力監視	原子炉圧力監視	1	1	原子炉圧力監視	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
水の注水量	原子炉圧力監視	原子炉圧力監視	1	1	原子炉圧力監視	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認

備考 (2, 2)

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価			
				計器数	バロメータ 分類	計器名称	SBO計器				
							直後		区分別		
系統監視(系統手控) 自動監視(シフト)による 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視)	原子炉内 容器内の 圧力	①	原子炉内圧力監視装置 (注水・注油) 監視装置	2	①	ユーリア放射線モニタ	2	0	0	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
				2	①	ユーリア放射線モニタ	2	0	0	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視)	原子炉内 容器内の 温度	①	原子炉内圧力監視装置 (注水・注油) 監視装置	2	①	ユーリア放射線モニタ	3	3	1	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
				2	①	ユーリア放射線モニタ	3	3	1	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視)	原子炉内 容器内の 水位	①	原子炉内圧力監視装置 (注水・注油) 監視装置	4	①	ユーリア放射線モニタ	1	1	1	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
				3	①	ユーリア放射線モニタ	1	1	1	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				2	①	ユーリア放射線モニタ	3	3	3	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				①	①	ユーリア放射線モニタ	3	3	3	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				①	①	ユーリア放射線モニタ	3	3	3	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				①	①	ユーリア放射線モニタ	3	3	3	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				①	①	ユーリア放射線モニタ	3	3	3	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				①	①	ユーリア放射線モニタ	3	3	3	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				①	①	ユーリア放射線モニタ	3	3	3	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				①	①	ユーリア放射線モニタ	3	3	3	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				①	①	ユーリア放射線モニタ	3	3	3	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				①	①	ユーリア放射線モニタ	3	3	3	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				①	①	ユーリア放射線モニタ	3	3	3	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
第1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価			
				計器数	バロメータ 分類	計器名称	SBO計器				
監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視)	原子炉内 容器内の 水位	①	原子炉内圧力監視装置 (注水・注油) 監視装置	1	①	ユーリア放射線モニタ	1	1	1	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
				1	①	ユーリア放射線モニタ	1	1	1	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				1	①	ユーリア放射線モニタ	1	1	1	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				1	①	ユーリア放射線モニタ	1	1	1	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				1	①	ユーリア放射線モニタ	1	1	1	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				1	①	ユーリア放射線モニタ	1	1	1	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				1	①	ユーリア放射線モニタ	1	1	1	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				1	①	ユーリア放射線モニタ	1	1	1	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				1	①	ユーリア放射線モニタ	1	1	1	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				1	①	ユーリア放射線モニタ	1	1	1	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				1	①	ユーリア放射線モニタ	1	1	1	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				1	①	ユーリア放射線モニタ	1	1	1	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				1	①	ユーリア放射線モニタ	1	1	1	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

①：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

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価			
				計器数	バロメータ 分類	計器名称	SBO計器				
監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視)	原子炉内 容器内の 温度	①	原子炉内圧力監視装置 (注水・注油) 監視装置	1	①	ユーリア放射線モニタ	1	1	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認	
				1	①	ユーリア放射線モニタ	1	1	1		ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能
監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視) 監視(PLC監視)	原子炉内 容器内の 水位	①	原子炉内圧力監視装置 (注水・注油) 監視装置	2	①	ユーリア放射線モニタ	2	2	2	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
				2	①	ユーリア放射線モニタ	2	2	2	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				2	①	ユーリア放射線モニタ	2	2	2	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				2	①	ユーリア放射線モニタ	2	2	2	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				2	①	ユーリア放射線モニタ	2	2	2	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				2	①	ユーリア放射線モニタ	2	2	2	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				2	①	ユーリア放射線モニタ	2	2	2	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				2	①	ユーリア放射線モニタ	2	2	2	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				2	①	ユーリア放射線モニタ	2	2	2	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				2	①	ユーリア放射線モニタ	2	2	2	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				2	①	ユーリア放射線モニタ	2	2	2	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				2	①	ユーリア放射線モニタ	2	2	2	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
				2	①	ユーリア放射線モニタ	2	2	2	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	

- 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

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	補償パラメータ 分類	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			計器数	SBO影響 直後		
事故時運転転換手順書 (シリアリアクシデン ト) 手順 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力 (後水貯留槽水位) 後水貯留槽水位 (SA)	3	1	①		1	1	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 原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和温度にあ ると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力容器温度より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①		1	1	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	監視事項は主要パ ラメータにて確認
制御系 標準 (2/2)	電源	AM用直流125V主母 線電圧	1	1	③		1	1		
			1	1	③		1	1		
水脈の検 査	水脈の検 査	後水貯留槽水位 (後水貯留槽水位) (SA)	1	1	①		1	1	後水貯留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後水貯留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
			1	1	①		1	1	注水先の原子炉水位の変化により、後水貯留槽水 位への代替監視可能	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	補償パラメータ 分類	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			計器数	SBO影響 負荷切り離し後		
非常時運転手 順書 III (シビ リアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力 (SA)	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
			2	2			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容 器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
電源	電源	緊急用M/C電圧	1	1	③		1	1		
			1	1	③		1	1		
緊急用P/C電圧	緊急用P/C電圧	緊急用P/C電圧	1	1	③		1	1		
			1	1	③		1	1		
緊急用直流125V主母 線電圧	緊急用直流125V主母 線電圧	緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	③		1	1		
			1	1	③		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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	補償パラメータ 分類	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			計器数	SBO影響 負荷切り離し後		
事故時運転転換 手順書 III (シビ リアクシデン ト) 手順 「注水-3b」 等 AM設備別操 作手順書 「大規模水脈による格納 器スプレー」 原子炉圧力容器下部 「大規模水脈を使用した注 水」	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力 (後水貯留槽水位) 後水貯留槽水位 (SA)	3	1	①		1	1	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	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			2	2			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容 器温度より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
緊急用M/C電圧	緊急用M/C電圧	緊急用M/C電圧	1	1	③		1	1		
			1	1	③		1	1		
緊急用P/C電圧	緊急用P/C電圧	緊急用P/C電圧	1	1	③		1	1		
			1	1	③		1	1		
緊急用直流125V主母 線電圧	緊急用直流125V主母 線電圧	緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	③		1	1		
			1	1	③		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

重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			計器数	計器名称	抽出パラメータ	計器数	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
			直後	負荷切り離し後	分類理由	直後	負荷切り離し後	分類理由						直後	負荷切り離し後	分類理由			
対応手段	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	1	0	①	0	0	2	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	1	0	①	0	0	2	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
非常時運転手順書 III (シビリアリアラウンド) アアラウンド 「注水-1」 等	AM設備別操作手順書	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	4	4	1	①	1	1	4	4	1	1	1	1	1	1	1	1	1
電圧	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			計器数	計器名称	抽出パラメータ	計器数	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
			直後	負荷切り離し後	分類理由	直後	負荷切り離し後	分類理由						直後	負荷切り離し後	分類理由			
非常時運転手順書 III (シビリアリアラウンド) アアラウンド 「注水-1」 等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	①	-	-	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	①	-	-	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	①	-	-	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
補機監視機能	補機監視機能	補機監視機能	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			計器数	計器名称	抽出パラメータ	計器数	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
			直後	負荷切り離し後	分類理由	直後	負荷切り離し後	分類理由						直後	負荷切り離し後	分類理由			
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	①	-	-	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	①	-	-	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	①	-	-	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
補機監視機能	補機監視機能	補機監視機能	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	補測パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響	
対応手段 事故時運転転手手順書 [シビアアクシデント] [注水-3] 等 AM設備別操作手順書 [S2] ボンブによる注水 [注水-1] 等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力監視部の 水位	原子炉水位(SA)	1		原子炉水位(SA)	1	1	高圧的に原子炉格納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)監視用	1		原子炉水位(SA)監視用	1	1	
		原子炉水位(SA)監視用	1		原子炉水位(SA)監視用	1	1	
		原子炉水位(SA)監視用	1		原子炉水位(SA)監視用	1	1	
		原子炉水位(SA)監視用	1		原子炉水位(SA)監視用	1	1	
		原子炉水位(SA)監視用	1		原子炉水位(SA)監視用	1	1	
		原子炉水位(SA)監視用	1		原子炉水位(SA)監視用	1	1	
		原子炉水位(SA)監視用	1		原子炉水位(SA)監視用	1	1	
		原子炉水位(SA)監視用	1		原子炉水位(SA)監視用	1	1	
		原子炉水位(SA)監視用	1		原子炉水位(SA)監視用	1	1	
原子炉圧力監視部の 圧力	原子炉圧力	3	1		原子炉圧力 (SA) と高圧貯蔵内圧力 (S/C) の変化から原子炉圧力監視部の機能を 判定可能			監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉圧力	1	1	0				監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉圧力監視部の 圧力	原子炉圧力	1	1	0				監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉圧力	1	1	0				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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価	SBO			
		計器名称	計器数	SBO影響	補測パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響	直後			負荷切り離し後		
													事後	直後
非事故時運転転手 手順書III (シビア アクシデント) [注水-1] 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 (3/3)	原子炉水位 (広帯域)	1	1		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1			監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉水位 (燃料域)	1	1		原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2			
		原子炉水位 (燃料域)	1	1		原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2			
		原子炉水位 (燃料域)	1	1		原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2			
		原子炉水位 (燃料域)	1	1		原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2			
		原子炉水位 (燃料域)	1	1		原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2			
		原子炉水位 (燃料域)	1	1		原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2			
		原子炉水位 (燃料域)	1	1		原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2			
		原子炉水位 (燃料域)	1	1		原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2			
		原子炉水位 (燃料域)	1	1		原子炉水位 (燃料域)	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

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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			補測パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響	直後	負荷切り離し後	SBO影響	評価	SBO	
				事後	直後	負荷切り離し後										
																原子炉水位 (広帯域)
原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	0	②		中性子監視領域計測 装置	4	0	0					監視事項は主要パ ラメータにて確認	
原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	③		平均出力領域計測 装置	6	6	0						監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	④		緊急時対策本館に設置 するパラメータ									
原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	④		緊急時対策本館に設置 するパラメータ									
原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	④		緊急時対策本館に設置 するパラメータ									
原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	④		緊急時対策本館に設置 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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
				計器数	SBO影響	計器数	SBO影響			
手動時運転操作手順書 (シビアアクシデント [IV 節]、 [V 節]) AM 設備別操作手順書 [I]による原子炉注 水)	原子炉格納容器内の放射線 量率	格納容器内放射線量率	原子炉格納容器内空気放射線レベル(D/W)	2	①	2	0	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉格納容器内放射線量率	2	①	2	0	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認
非常時運転手 順書III (シビ リアクシデ ント) 「注水-1」 等 判断基準 (1 / 4) AM設備別操 作手順書	原子炉圧力容器内の注水 の注水	原子炉圧力容器内の注水の注水	原子炉圧力	3	1	3	1	3	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の注水と原子炉圧力との関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力	3	1	3	1	3	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の注水と原子炉圧力との関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力	3	1	3	1	3	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の注水と原子炉圧力との関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力	3	1	3	1	3	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の注水と原子炉圧力との関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力	3	1	3	1	3	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の注水と原子炉圧力との関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力	3	1	3	1	3	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の注水と原子炉圧力との関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力	3	1	3	1	3	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の注水と原子炉圧力との関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力	3	1	3	1	3	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の注水と原子炉圧力との関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力	3	1	3	1	3	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の注水と原子炉圧力との関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力	3	1	3	1	3	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の注水と原子炉圧力との関係から原子炉圧力より代替監視可能
原子炉圧力	3	1	3	1	3	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の注水と原子炉圧力との関係から原子炉圧力より代替監視可能			

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
				計器数	SBO影響	計器数	SBO影響			
非常時運転手 順書III (シビ リアクシデ ント) 「注水-1」 等 判断基準 (1 / 4) AM設備別操 作手順書	原子炉圧力容器への注水 の注水 (淡水/海水)	原子炉圧力容器への注水の注水	原子炉圧力	2	①	2	0	2	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉圧力	2	①	2	0	2	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉圧力	2	①	2	0	2	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉圧力	2	①	2	0	2	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉圧力	2	①	2	0	2	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉圧力	2	①	2	0	2	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉圧力	2	①	2	0	2	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉圧力	2	①	2	0	2	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉圧力	2	①	2	0	2	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉圧力	2	①	2	0	2	0	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
				計器数	SBO影響	計器数	SBO影響			
手動時運転操作手順書 (シビアアクシデント [IV 節]、 [V 節]) AM 設備別操作手順書 [I]による原子炉注 水)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉圧力	2	①	2	0	2	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉圧力	2	①	2	0	2	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉圧力	2	①	2	0	2	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉圧力	2	①	2	0	2	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉圧力	2	①	2	0	2	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉圧力	2	①	2	0	2	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉圧力	2	①	2	0	2	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉圧力	2	①	2	0	2	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉圧力	2	①	2	0	2	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉圧力	2	①	2	0	2	0	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

重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	対応手段	分類	抽出パラメータを計測する計器													
			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								
直後		負荷切り離した後			直後	負荷切り離した後										
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [B1/B2/B3/B4] AM設備別操作手順書 (CRDによる原子炉注水)	M/C電圧	1	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 C-1電圧	1	1	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	1	1	③	直流電源電圧の電圧状態を確認するパラメータ									
	補助監視機能 (A系のみ)	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量	1	1	1	0	①									
		原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (S/A)	1	1	1	1	①									
	監視事項は主要パラメータにて確認	原子炉圧力	2	2	2	1	①									
		原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	①									
		原子炉圧力 (圧滞域)	1	1	1	0	①									
		原子炉圧力 (燃料域)	1	1	1	0	①									
		原子炉圧力 (S/A燃料域)	1	1	1	1	①									
		原子炉圧力 (燃料域)	1	1	1	1	①									
	原子炉圧力	2	2	2	2	①										
	原子炉圧力 (S/A)	2	2	2	2	①										
緊急用M/C電圧	1	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	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	1	1	③	直流電源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
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	計器数	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	SBO影響	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO		
				直後	負荷切り離した後			直後	負荷切り離した後				
原子炉圧力	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	2	2	2			原子炉圧力 (S/A)	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 (圧滞域)	原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (S/A燃料域)	2	2	2			原子炉圧力 (圧滞域)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態があると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器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
原子炉圧力 (燃料域)	原子炉圧力 (S/A燃料域)	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	2			原子炉圧力 (燃料域)	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
緊急用M/C電圧	緊急用M/C電圧	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	緊急用P/C電圧	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						
緊急用直流125V主母線電圧	緊急用直流125V主母線電圧	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ						

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	計器数	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	SBO影響	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO		
				直後	負荷切り離した後			直後	負荷切り離した後				
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量	4	4	4			原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量	4	4	4	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (S/A)	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (S/A)	2	2	2			原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (S/A)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (燃料域)	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (燃料域)	2	2	2			原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (S/A燃料域)	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (S/A燃料域)	2	2	2			原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (S/A燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (燃料域)	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (燃料域)	2	2	2			原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (燃料域)	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (燃料域)	2	2	2			原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (燃料域)	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (燃料域)	2	2	2			原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量を計測することができ、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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	計器数		評価	計器故障等	SBO
			区分別直流電源 を延長した場合	区分別直流電源 を延長した場合			直後	直後			
機体検査用出力監視 (シビアアクシデンツ) (BPA 制御) (BPA 制御) (BPA 制御) AM 設備別操作手順書 (BPA による原子炉注 水)	原子炉注 力器へ注水 の注水量 の注水量 の注水量	原子炉注力器注水 の注水量	2	2	①		3	3	原子炉注力器注水注水量 の注水量	原子炉注力器注水注水量 の注水量	原子炉注力器注水注水量 の注水量
			1	0	③		3	3	原子炉注力器注水注水量 の注水量	原子炉注力器注水注水量 の注水量	原子炉注力器注水注水量 の注水量
機体検査用出力監視 (シビアアクシデンツ) (BPA 制御) (BPA 制御) (BPA 制御) AM 設備別操作手順書 (BPA による原子炉注 水)	原子炉注 力器へ注水 の注水量 の注水量 の注水量	原子炉注力器注水 の注水量	4	1	①		3	3	原子炉注力器注水注水量 の注水量	原子炉注力器注水注水量 の注水量	原子炉注力器注水注水量 の注水量
			1	1	①		3	3	原子炉注力器注水注水量 の注水量	原子炉注力器注水注水量 の注水量	原子炉注力器注水注水量 の注水量

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	計器数		評価	計器故障等	SBO
			区分別直流電源 を延長した場合	区分別直流電源 を延長した場合			直後	直後			
機体検査用出力監視 (シビアアクシデンツ) (BPA 制御) (BPA 制御) (BPA 制御) AM 設備別操作手順書 (BPA による原子炉注 水)	原子炉注 力器へ注水 の注水量 の注水量 の注水量	原子炉注力器注水 の注水量	2	2	①		3	3	原子炉注力器注水注水量 の注水量	原子炉注力器注水注水量 の注水量	原子炉注力器注水注水量 の注水量
			1	1	①		3	3	原子炉注力器注水注水量 の注水量	原子炉注力器注水注水量 の注水量	原子炉注力器注水注水量 の注水量

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	計器数		評価	計器故障等	SBO
			区分別直流電源 を延長した場合	区分別直流電源 を延長した場合			直後	直後			
機体検査用出力監視 (シビアアクシデンツ) (BPA 制御) (BPA 制御) (BPA 制御) AM 設備別操作手順書 (BPA による原子炉注 水)	原子炉注 力器へ注水 の注水量 の注水量 の注水量	原子炉注力器注水 の注水量	2	2	①		3	3	原子炉注力器注水注水量 の注水量	原子炉注力器注水注水量 の注水量	原子炉注力器注水注水量 の注水量
			1	1	①		3	3	原子炉注力器注水注水量 の注水量	原子炉注力器注水注水量 の注水量	原子炉注力器注水注水量 の注水量

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	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			計器数	SBO影響 直後			
対応手段 非正常運転手 順書III (シビ アアラクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力容器下部の溶融炉心温度 【監視項目】 【注水-1】 【注水-2】	原子炉圧力容器内温度監視用熱電対	2	1	0	①	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて監視
			原子炉圧力容器内温度監視用熱電対	2	1	0	①	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて監視
			原子炉圧力容器内温度監視用熱電対	2	2	2	①	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて監視
	原子炉圧力容器内の水位										
	原子炉圧力容器内の水位										
	原子炉圧力容器内の水位										

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	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			計器数	SBO影響 直後		
対応手段 非正常運転手 順書III (シビ アアラクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	原子炉圧力 (S A)	2	2	①	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 (広帯域)	2	2	①	2	2	原子炉圧力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容器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
			原子炉圧力 (S A, 広帯域)	2	2	①	2	2	原子炉圧力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容器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
	原子炉圧力									
	原子炉圧力									
	原子炉圧力									

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	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			計器数	SBO影響 直後		
対応手段 非正常運転手 順書III (シビ アアラクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	①	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 (S A, 広帯域)	2	2	①	2	2	原子炉圧力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容器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
			原子炉圧力 (S A, 広帯域)	2	2	①	2	2	原子炉圧力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容器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
	原子炉圧力									
	原子炉圧力									
	原子炉圧力									

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	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	直後			計器数	直後				
事故時運転手順書 (シリアクティブ) 【注水-3 a)】 【注水-3 b)】 AM設備初期操作手順書 【大流量注水によるベテス タル注水】 【大流量注水を使用した注 水】	電源	M/C B電圧	1	1	③	非常用 M/C の電圧変動を 検出するパラメータ	1	1	区分別直流電源 を延長した場合	区分別直流電源 を延長した場合		
		P/C D-I 電圧	1	1	③	非常用 P/C の電圧変動を 検出するパラメータ	1	1	1	1	1	
別添 書 【注水-2】 【注水-2】	電源	直流 125V 主母線電圧 B 電圧	1	1	③	直流電源の電圧変動を 検出するパラメータ	1	1	1	1	1	
		水素の塊 【復水貯蔵槽水位 (SA)】 【復水貯蔵槽水位 (SA)】	1	0	①		1	1	1	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	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	直後			計器数	直後			
異常時運転手 続書【シリアク ティブ】 【注水-1】 等 AM設備初期 操作手順書	水素の塊 【注水-3】 【注水-3】	西側除水貯槽水位	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン監視用)	1	1	1	1	監視事項は油 出パラメータ にて確認
		代替除水貯槽水位	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン監視用)	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	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	直後			計器数	直後			
事故時運転手 続書【シリアク ティブ】 【注水-3 a)】 【注水-3 b)】 AM設備初期操作 手順書 【大流量注水によるベテス タル注水】 【大流量注水を使用した注 水】	原子炉圧力	原子炉圧力	2	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2		原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	2	2	2	2	2
別添 書 【注水-4】 【注水-6】	原子炉圧力 貯槽内の圧力	原子炉圧力	2	2		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2		原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域)	2	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	抽出パラメータ 分類理由	計器数		計器名称	評価	SBO	
			計器数	分			直後	負荷切り離し後				
対応事故 軽度溶融炉心事故 (注1-2a) (注1-3b) AM設置時発生溶融炉心事故によるベント (注1-2a) (注1-3b) AM設置時発生溶融炉心事故によるベント (注1-2a) (注1-3b)	原子炉圧力 (注1) (注2)	原子炉圧力(注1) 原子炉圧力(注2) 原子炉圧力(注3) 原子炉圧力(注4) 原子炉圧力(注5)	4	1	0	抽出パラメータを計測する計器 (注1) 抽出状態 を検出した場合 を検出した場合	3	3	原子炉圧力(SA)	直接に原子炉圧力(注1)の値を計測すること により、監視可能	原子炉圧力(注1)と、抽出状態(注2)により監視可能	SBO 監視事項は 抽出パラメータにて確認
			3	1	1		原子炉圧力(注1)	原子炉圧力(注1)と、抽出状態(注2)により監視可能	抽出パラメータを計測する計器 (注1) 抽出状態 を検出した場合 を検出した場合			
			2	1	0		原子炉圧力(注1)	原子炉圧力(注1)と、抽出状態(注2)により監視可能				
			1	1	0		原子炉圧力(注1)	原子炉圧力(注1)と、抽出状態(注2)により監視可能				
			1	1	0		原子炉圧力(注1)	原子炉圧力(注1)と、抽出状態(注2)により監視可能				

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数		計器名称	評価	SBO
			計器数	分			直後	負荷切り離し後			
1.8.2.2 溶融炉心のベントスタル (ドライウェル部) の床面への落下遅延・防止のための対応手順											
非常時運転手 順書III (シビ アクションア ド) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度	格納容器内 の放射線 量率 (T/4)	2	2	0	抽出パラメータを計測する計器 (注1) 抽出状態 を検出した場合 を検出した場合	2	2	格納容器内放射線モニタ (S/C)	直接的に格納容器内放射線モニタ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
			2	2	0		格納容器内放射線モニタ (D/W)	直接的に格納容器内放射線モニタレベルを計測することができ、監視可能	抽出パラメータを計測する計器 (注1) 抽出状態 を検出した場合 を検出した場合		
			4	4	0		原子炉圧力	原子炉圧力から原子炉圧力(注1)の値を計測することにより、監視可能			
			4	4	0		原子炉圧力(注1)	原子炉圧力(注1)と、抽出状態(注2)により監視可能			
			2	2	0		残留熱除去系熱交換器入口温度	残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力(注1)の値を計測することにより、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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数		計器名称	評価	SBO
			計器数	分			直後	負荷切り離し後			
対応事故 軽度溶融炉心事故 (注1-2a) (注1-3b) AM設置時発生溶融炉心事故によるベント (注1-2a) (注1-3b) AM設置時発生溶融炉心事故によるベント (注1-2a) (注1-3b)	原子炉圧力 (注1) (注2)	原子炉圧力(注1) 原子炉圧力(注2) 原子炉圧力(注3) 原子炉圧力(注4) 原子炉圧力(注5)	2	2	0	抽出パラメータを計測する計器 (注1) 抽出状態 を検出した場合 を検出した場合	2	2	原子炉圧力(SA)	直接的に原子炉圧力(注1)の値を計測することにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			3	1	1		原子炉圧力(注1)	原子炉圧力(注1)と、抽出状態(注2)により監視可能	抽出パラメータを計測する計器 (注1) 抽出状態 を検出した場合 を検出した場合		
			2	1	0		原子炉圧力(注1)	原子炉圧力(注1)と、抽出状態(注2)により監視可能			
			1	1	0		原子炉圧力(注1)	原子炉圧力(注1)と、抽出状態(注2)により監視可能			
			1	1	0		原子炉圧力(注1)	原子炉圧力(注1)と、抽出状態(注2)により監視可能			

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

Table with columns for countermeasures (対応手段), items (項目), and monitoring items (監視項目). It details monitoring points for SBO steps and parameters like water level and flow rate.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

Table with columns for countermeasures (対応手段), items (項目), and monitoring items (監視項目). It details monitoring points for SBO steps and parameters like water level and flow rate.

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

Table with columns for countermeasures (対応手段), items (項目), and monitoring items (監視項目). It details monitoring points for SBO steps and parameters like water level and flow rate.

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

Table with columns for Item (項目), Category (分類), Instrument Name (計器名称), Instrument Type (計器種別), Instrument Number (計器数), SBO Impact (SBO影響), Instrument Name (計器名称), Instrument Type (計器種別), Instrument Number (計器数), SBO Impact (SBO影響), Instrument Name (計器名称), Instrument Type (計器種別), Instrument Number (計器数), SBO Impact (SBO影響). It details monitoring items for core cooling procedures.

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

Table with columns for Item (項目), Category (分類), Instrument Name (計器名称), Instrument Type (計器種別), Instrument Number (計器数), SBO Impact (SBO影響), Instrument Name (計器名称), Instrument Type (計器種別), Instrument Number (計器数), SBO Impact (SBO影響). It details monitoring items for core cooling procedures at Shimane 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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		
		計器数	直後	負荷切り離した後	計器数	直後	負荷切り離した後	計器故障等	SBO	
非常時運転手順書 III (シビリアクシデンスト) 「注水-1」等 AM設備別操作手順書	水源の確保 (4/4)				高圧代替注水系系統流量	1	1	1	サブプレッショングル水位	監視事項は抽出パラメータにて確認
判断基準 (4/4)					代替炉心冷却系原子炉注水流	2	2	2	サプレッショングル水位	監視事項は抽出パラメータにて確認
					原子炉内圧力	1	1	1		
					原子炉内圧力	0	0	0		
					残留熱除去系系統流量	3	0	0		
					低圧炉心スプレイレイ系系統流量	1	0	0		
					常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1	1	1		
					原子炉内圧力	2	2	2		
					原子炉内圧力	1	1	1		
					高圧炉心スプレイレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0		
					残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0		
					低圧炉心スプレイレイ系ポンプ吐出圧力	1	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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
					直後	負荷切り離した後		
非常時運転手順書 III (シビリアクシデンスト) 「注水-3a」「注水-3b」 AM設備別操作手順書 (注水-3a)によるベグスタル水位	原子炉内圧力		ベグスタル水位	4	4	4	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
原子炉内圧力	原子炉内圧力		ベグスタル水位	2	2	2	②	原子炉内圧力とベグスタル水位は、ベグスタル水位は、ベグスタル水位に代り監視可能
原子炉内圧力	原子炉内圧力		ベグスタル水位	2	2	2	②	原子炉内圧力とベグスタル水位は、ベグスタル水位に代り監視可能
原子炉内圧力	原子炉内圧力		ベグスタル水位	2	2	2	②	原子炉内圧力とベグスタル水位は、ベグスタル水位に代り監視可能
原子炉内圧力	原子炉内圧力		ベグスタル水位	2	2	2	②	原子炉内圧力とベグスタル水位は、ベグスタル水位に代り監視可能
原子炉内圧力	原子炉内圧力		ベグスタル水位	2	2	2	②	原子炉内圧力とベグスタル水位は、ベグスタル水位に代り監視可能
原子炉内圧力	原子炉内圧力		ベグスタル水位	2	2	2	②	原子炉内圧力とベグスタル水位は、ベグスタル水位に代り監視可能
原子炉内圧力	原子炉内圧力		ベグスタル水位	2	2	2	②	原子炉内圧力とベグスタル水位は、ベグスタル水位に代り監視可能
原子炉内圧力	原子炉内圧力		ベグスタル水位	2	2	2	②	原子炉内圧力とベグスタル水位は、ベグスタル水位に代り監視可能
原子炉内圧力	原子炉内圧力		ベグスタル水位	2	2	2	②	原子炉内圧力とベグスタル水位は、ベグスタル水位に代り監視可能

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	項目	抽出バウメータを計測する計器			抽出バウメータの代替バウメータを計測する計器			評価
		計器数	直後	負荷切り直し後	計器数	直後	負荷切り直し後	
対比手続 非常時運転手 監視員(シフト アタランデント) 「注水-1」 等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力 力管内の 水位	原子炉水位(広帯 域)	2	2	2	2	2	原子炉水位(広帯域)は、原子炉圧力力管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)	1	1	1	1	1	原子炉水位(SA燃料)は、原子炉圧力力管内の水位を計測することができ、監視可能
1.8.2.2 溶融炉心の原子炉格納容器下部への低下遅延・停止のための対比手続 a. 高圧原子炉代用注水方式による原子炉圧力力管内への注水	原子炉圧力 力管内の 水位	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	2	原子炉水位(広帯域)は、原子炉圧力力管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)	1	1	1	1	1	原子炉水位(SA燃料)は、原子炉圧力力管内の水位を計測することができ、監視可能

①: 重要監視バウメータ、②: 有効監視バウメータ、③: 補助バウメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	項目	抽出バウメータを計測する計器			抽出バウメータの代替バウメータを計測する計器			評価
		計器数	直後	負荷切り直し後	計器数	直後	負荷切り直し後	
対比手続 1.8.2.2 溶融炉心の原子炉格納容器下部への低下遅延・停止のための対比手続 a. 高圧原子炉代用注水方式による原子炉圧力力管内への注水 非常時運転手 監視員(シフト アタランデント) 「注水-2」 等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力 力管内の 温度	格納容器下部放射線モニタ(トライウエール)	2	2	18	0	0	監視事項は主要バウメータにて確認
		格納容器下部放射線モニタ(サブプレッション・チェンバ)	2	2	18	0	0	0
1.8.2.2 溶融炉心の原子炉格納容器下部への低下遅延・停止のための対比手続 b. 低圧原子炉代用注水方式による原子炉圧力力管内への注水	原子炉圧力 力管内の 温度	原子炉圧力	2	2	2	2	1	原子炉圧力力管内の温度は、原子炉圧力力管内の温度を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	1
1.8.2.2 溶融炉心の原子炉格納容器下部への低下遅延・停止のための対比手続 c. 低圧原子炉代用注水方式による原子炉圧力力管内への注水	原子炉圧力 力管内の 温度	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	2	原子炉水位(広帯域)は、原子炉圧力力管内の温度を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(SA 燃料)	1	1	1	1	1	1

①: 重要監視バウメータ、②: 有効監視バウメータ、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 重大事故等対応に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		補助パラメータ		計器数	計器数	計器名	評価	SBO
			計器数	SBO	計器数	分					
異常時運転手による監視(シビアアクシデン) [注水-1]等 AM設備的換作手続	原子炉圧力	原子炉圧力	2	1	①	-	2	2	原子炉圧力 (SA)	直接的に原子炉圧力監視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
	原子炉圧力監視部の圧力								原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (SA広帯域) 原子炉圧力 (SA燃料域) 原子炉圧力 (SA燃料域) 原子炉圧力 (SA燃料域)	原子炉圧力監視内の圧力を監視し、飽和して温度・圧力の増加から原子炉圧力監視可能 直接的に原子炉圧力監視内の圧力を計測することができ、監視可能	
2 3 4 5	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	-	2	2	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (SA広帯域) 原子炉圧力 (SA燃料域) 原子炉圧力 (SA燃料域) 原子炉圧力 (SA燃料域)	原子炉圧力監視内の圧力を監視し、飽和して温度・圧力の増加から原子炉圧力監視可能 直接的に原子炉圧力監視内の圧力を計測することができ、監視可能	
	サブプレッション・プール水位	サブプレッション・プール水位	1	1	①	-	1	1	サブプレッション・プール水位	サブプレッション・プール水位の本質的な変化より、代替監視が可能	
	原子炉圧力監視部への注水量	代替監視部注水量	2	2	①	-	2	2	代替監視部注水量 代替監視部注水量	熱除去に必要な注水量と、原子炉圧力監視部への注水量より、代替監視可能	
	サブプレッション・プール水位	サブプレッション・プール水位	1	1	①	-	1	1	サブプレッション・プール水位	サブプレッション・プール水位の本質的な変化より、代替監視が可能	
	原子炉圧力監視部への注水量	代替監視部注水量	2	2	①	-	2	2	代替監視部注水量 代替監視部注水量	熱除去に必要な注水量と、原子炉圧力監視部への注水量より、代替監視可能	
	原子炉圧力監視部への注水量	代替監視部注水量	2	2	①	-	2	2	代替監視部注水量 代替監視部注水量	熱除去に必要な注水量と、原子炉圧力監視部への注水量より、代替監視可能	
	原子炉圧力監視部への注水量	代替監視部注水量	2	2	①	-	2	2	代替監視部注水量 代替監視部注水量	熱除去に必要な注水量と、原子炉圧力監視部への注水量より、代替監視可能	
	原子炉圧力監視部への注水量	代替監視部注水量	2	2	①	-	2	2	代替監視部注水量 代替監視部注水量	熱除去に必要な注水量と、原子炉圧力監視部への注水量より、代替監視可能	
	原子炉圧力監視部への注水量	代替監視部注水量	2	2	①	-	2	2	代替監視部注水量 代替監視部注水量	熱除去に必要な注水量と、原子炉圧力監視部への注水量より、代替監視可能	
	原子炉圧力監視部への注水量	代替監視部注水量	2	2	①	-	2	2	代替監視部注水量 代替監視部注水量	熱除去に必要な注水量と、原子炉圧力監視部への注水量より、代替監視可能	
	原子炉圧力監視部への注水量	代替監視部注水量	2	2	①	-	2	2	代替監視部注水量 代替監視部注水量	熱除去に必要な注水量と、原子炉圧力監視部への注水量より、代替監視可能	

①: 重要監視パラメータ、②: 有別監視パラメータ、③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		補助パラメータ		計器数	計器数	計器名	評価	SBO
			計器数	SBO	計器数	分					
3 4 5 6 7 8	原子炉圧力監視部への注水量	原子炉圧力 (SA)	1	1	①	-	1	1	原子炉圧力 (SA)	直接的に原子炉圧力監視内の圧力を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力監視部への注水量	代替監視部注水量	1	1	①	-	1	1	代替監視部注水量 (常設) 代替監視部注水量 (常設) 代替監視部注水量 (常設)	熱除去に必要な注水量と、原子炉圧力監視部への注水量より、代替監視可能	
	原子炉圧力監視部への注水量	代替監視部注水量	2	2	①	-	2	2	代替監視部注水量 (常設) 代替監視部注水量 (常設) 代替監視部注水量 (常設)	熱除去に必要な注水量と、原子炉圧力監視部への注水量より、代替監視可能	
	原子炉圧力監視部への注水量	代替監視部注水量	1	1	①	-	1	1	代替監視部注水量	熱除去に必要な注水量と、原子炉圧力監視部への注水量より、代替監視可能	
	原子炉圧力監視部への注水量	代替監視部注水量	1	0	①	-	1	0	代替監視部注水量	熱除去に必要な注水量と、原子炉圧力監視部への注水量より、代替監視可能	
	原子炉圧力監視部への注水量	代替監視部注水量	3	0	①	-	0	0	代替監視部注水量	熱除去に必要な注水量と、原子炉圧力監視部への注水量より、代替監視可能	
	原子炉圧力監視部への注水量	代替監視部注水量	1	1	①	-	1	1	代替監視部注水量	熱除去に必要な注水量と、原子炉圧力監視部への注水量より、代替監視可能	
	原子炉圧力監視部への注水量	代替監視部注水量	1	1	①	-	1	1	代替監視部注水量	熱除去に必要な注水量と、原子炉圧力監視部への注水量より、代替監視可能	
	原子炉圧力監視部への注水量	代替監視部注水量	1	0	①	-	0	0	代替監視部注水量	熱除去に必要な注水量と、原子炉圧力監視部への注水量より、代替監視可能	
	原子炉圧力監視部への注水量	代替監視部注水量	1	1	①	-	1	1	代替監視部注水量	熱除去に必要な注水量と、原子炉圧力監視部への注水量より、代替監視可能	
	原子炉圧力監視部への注水量	代替監視部注水量	2	2	①	-	2	2	代替監視部注水量 サブプレッション・プール水位 (SA)	熱除去に必要な注水量と、原子炉圧力監視部への注水量より、代替監視可能	

①: 重要監視パラメータ、②: 有別監視パラメータ、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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	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
1.8.2.2 溶融炉心のパズスタル(ドライウエセル部)の床面への落下遅延・防止のための対応手順 d. 消水系による原子炉圧力容器への注水	異常時運転手 監視員 シフト アクシデント 等	原子炉格納容器内 の放射線	2	2	①	—	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内雰囲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
		格納容器雰囲気放射線モニタ	2	2	①	—	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	直接的に格納容器内雰囲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
原子炉圧力容器内の温度	監視員 (1/3)	原子炉圧力容器内の温度	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が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
		原子炉圧力容器内の温度	4	4	①	—	原子炉圧力 (S/A)燃料域	1	1	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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替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	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	抽出パラメータ 分類	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	評価		
	分類	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後											
異常時運転手 監視員 シフト アクシデント 等	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力	2	2	①	—	2	2	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	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	2	2	①	—	2	2	2	2	2	2	2	2	2
監視員 (2/3)	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	1	1	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
		原子炉圧力	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	1	1	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

・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
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	抽出バロメータ		補助バロメータ		抽出バロメータ		計器名	抽出バロメータ		計器設備等	評価
	計器数	負荷切り戻し後	計器数	負荷切り戻し後	計器数	負荷切り戻し後		計器数	負荷切り戻し後		
原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	原子炉水位 (S/A広帯域)の水位を計測することにより、監視可能
原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	原子炉水位 (S/A燃料)の水位を計測することにより、監視可能
原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	原子炉水位 (S/A広帯域) 原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	原子炉水位 (S/A広帯域) 原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	原子炉水位 (S/A広帯域) 原子炉水位 (S/A燃料)の水位を計測することにより、監視可能
原子炉圧力 (広帯域)	2	2	1	1	原子炉圧力 (S/A広帯域)	1	1	原子炉圧力 (S/A広帯域)	1	1	原子炉圧力 (S/A広帯域)の圧力を計測することにより、監視可能
原子炉圧力 (燃料)	2	2	1	1	原子炉圧力 (S/A燃料)	1	1	原子炉圧力 (S/A燃料)	1	1	原子炉圧力 (S/A燃料)の圧力を計測することにより、監視可能
原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料)	2	2	1	1	原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A燃料)	1	1	原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A燃料)	1	1	原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A燃料)の圧力を計測することにより、監視可能
原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A燃料)	2	2	1	1	原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A燃料) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A燃料)	1	1	原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A燃料) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A燃料)	1	1	原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A燃料) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A燃料)の圧力を計測することにより、監視可能

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	抽出バロメータ		補助バロメータ		抽出バロメータ		計器名	抽出バロメータ		計器設備等	評価
	計器数	負荷切り戻し後	計器数	負荷切り戻し後	計器数	負荷切り戻し後		計器数	負荷切り戻し後		
原子炉圧力 (広帯域)	2	2	1	1	原子炉圧力 (S/A広帯域)	1	1	原子炉圧力 (S/A広帯域)	1	1	原子炉圧力 (S/A広帯域)の圧力を計測することにより、監視可能
原子炉圧力 (燃料)	2	2	1	1	原子炉圧力 (S/A燃料)	1	1	原子炉圧力 (S/A燃料)	1	1	原子炉圧力 (S/A燃料)の圧力を計測することにより、監視可能
原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料)	2	2	1	1	原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A燃料)	1	1	原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A燃料)	1	1	原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A燃料)の圧力を計測することにより、監視可能
原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A燃料)	2	2	1	1	原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A燃料) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A燃料)	1	1	原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A燃料) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A燃料)	1	1	原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A燃料) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A燃料)の圧力を計測することにより、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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			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	SBO影響 直後 1 負荷切り離し後 2	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 1 負荷切り離し後 2	計器故障等	SBO		
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別機 作手順書 判 基 準 (3 / 3)	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	—	原子炉圧力 (S A)	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	原子炉圧力	2	2	2	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) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると検定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を器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	
	M/C 2D電圧	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	—	—	—	—	—	—	
	電源	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	—	—	—	—	—	—	
	水源の確保	B電圧	直流125V主母線盤2	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	—	—	—	—	—	—
			通水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	代替液本源の確認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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			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	SBO影響 直後 1 負荷切り離し後 2	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 1 負荷切り離し後 2	計器故障等	SBO		
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別機 作手順書 判 基 準 (5 / 5)	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	①	—	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	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	原子炉圧力	1	1	1	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) 原子炉圧力容器温度	1 1 1 1 4	1 1 1 1 4	1 1 1 1 4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると検定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を器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	
	M/C 2D電圧	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	—	—	—	—	—	—	
	電源	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	—	—	—	—	—	—	
	水源の確保	B電圧	直流125V主母線盤2	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	—	—	—	—	—	—
			通水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	代替液本源の確認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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バラムメータを計測する計器			抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 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Ⅲ(シビ アアラウンド) (注水-1) 等 AM設備助操 作手順書 操作 (2 / 2)	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	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 (S A広帯域) 原子炉水位 (S A燃料域) 原子炉圧力容器温度	2 2 2 1 1 4	2 2 1 1 1 4	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 原子炉水位から原子炉圧力容器内が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容器温度より代替監視可能 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	監視事項は抽出バラムメータにて確認
	原子炉圧力容器への注水量	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	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) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が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容器温度より代替監視可能 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	監視事項は抽出バラムメータにて確認
	原子炉圧力容器への注水量	残留熱除去系系統流量	1	0	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)	1 2 1 1	1 2 1 1	残留熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
	消火系の運転状態を確認するバラムメータ	排水系ポンプ吐出圧力	1	1	0	③	サブプレッショングループ水位	1	1	位置変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
	水源の確保	ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	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	残留熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
		消火系の運転状態を確認するバラムメータ					残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	0	位置変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
		消火系の運転状態を確認するバラムメータ					残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	0	位置変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
		消火系の運転状態を確認するバラムメータ					残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	0	位置変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
		消火系の運転状態を確認するバラムメータ					残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	0	位置変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
		消火系の運転状態を確認するバラムメータ					残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	0	位置変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バラムメータを計測する計器			抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 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Ⅲ(シビ アアラウンド) (注水-1) 等 AM設備助操 作手順書 操作 (2 / 2)	原子炉圧力容器への注水量	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	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	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	監視事項は抽出バラムメータにて確認
	原子炉圧力容器への注水量	残留熱除去系ポンプ吐出流量	3	0	0		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)	3 0 0	3 0 0	残留熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
	消火系の運転状態を確認するバラムメータ	排水系ポンプ吐出圧力	1	1	0	③	サブプレッショングループ水位	1	1	位置変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
	消火系の運転状態を確認するバラムメータ	ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	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	残留熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
	消火系の運転状態を確認するバラムメータ	消火系の運転状態を確認するバラムメータ					残留熱除去系ポンプ吐出流量	3	0	残留熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
	消火系の運転状態を確認するバラムメータ	消火系の運転状態を確認するバラムメータ					残留熱除去系ポンプ吐出流量	3	0	残留熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
	消火系の運転状態を確認するバラムメータ	消火系の運転状態を確認するバラムメータ					残留熱除去系ポンプ吐出流量	3	0	残留熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
	消火系の運転状態を確認するバラムメータ	消火系の運転状態を確認するバラムメータ					残留熱除去系ポンプ吐出流量	3	0	残留熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
	消火系の運転状態を確認するバラムメータ	消火系の運転状態を確認するバラムメータ					残留熱除去系ポンプ吐出流量	3	0	残留熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
	消火系の運転状態を確認するバラムメータ	消火系の運転状態を確認するバラムメータ					残留熱除去系ポンプ吐出流量	3	0	残留熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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														
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO										
1.8.2.2 溶融炉心のベドスタル（ドライウェル部）の床面への落下遅延・防止のための対応手順 e. 補給水系による原子炉圧力容器への注水	原子炉圧力容器への注水																				
非常時運転手順書III（シビリアリアン）「注水-1」等	原子炉格納容器内の放射線量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	①	-			格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2		直接的に格納容器内雰囲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					
AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の温度	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	①	-			格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2		直接的に格納容器内雰囲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					
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力 (SA)	4	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)	2 2 2 1 1	2 2 2 1 1	2 2 2 1 1		原子炉水位から原子炉圧力容器内が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					
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器入口温度	2	2	2	①	-			残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	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	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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									
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO					
非常時運転手順書III（シビリアリアン）「注水-1」等	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力	2	2	2	①	-			原子炉圧力 (SA)	1	1	1		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	監視可能
AM設備別操作手順書III（シビリアリアン）「注水-1」等	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力	2	2	2	①	-			原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2 2	2 2	2 2		原子炉水位から原子炉圧力容器内が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容器温度より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力	2	2	2	①	-			原子炉水位 (SA)	1	1	1		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	監視可能
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力	1	1	1	①	-			原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2 2	2 2	2 2		原子炉水位から原子炉圧力容器内が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容器温度より代替監視可能	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	項目	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
		計器名称	計器数	注	計器名称	計器数	注	
対応手段 1. 監視監視 2. 監視監視 3. 監視監視 4. 監視監視 5. 監視監視 6. 監視監視 7. 監視監視 8. 監視監視 9. 監視監視 10. 監視監視 11. 監視監視 12. 監視監視 13. 監視監視	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉水位 (広帯域)	2	①	原子炉水位 (S.A.監視)	1	①	計器故障等 計器故障による監視不能の可能性あり 監視事項は注釈①にて確認
		原子炉水位 (広帯域)	2	①	原子炉水位 (S.A.監視)	1	①	
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	①	
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	①	
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	①	
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	①	
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	①	
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	①	
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	①	
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	①	
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	①	
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	①	
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	①	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	項目	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
		計器名称	計器数	注	計器名称	計器数	注	
対応手段 1. 監視監視 2. 監視監視 3. 監視監視 4. 監視監視 5. 監視監視 6. 監視監視 7. 監視監視 8. 監視監視 9. 監視監視 10. 監視監視 11. 監視監視 12. 監視監視 13. 監視監視	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉水位 (広帯域)	2	①	原子炉水位 (S.A.監視)	1	①	計器故障等 計器故障による監視不能の可能性あり 監視事項は注釈①にて確認
		原子炉水位 (広帯域)	2	①	原子炉水位 (S.A.監視)	1	①	
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	①	
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	①	
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	①	
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	①	
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	①	
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	①	
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	①	
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	①	
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	①	
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	①	
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	補助パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		SBO影響 負荷切り離し後	計器数	計器名称	評価			
			計器数	計器名称			計器数	計器名称				計器故障等	SBO		
非常時運転手 手順Ⅲ(シビ リアクシデン ト) (注水-1) 等 AM設備別機 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧	1	2	①	-	原子炉圧力(SA)	2	2	2	2	計器故障等	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	
							原子炉水位(広帯域)	2	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると検出し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能			
							原子炉水位(SA広帯域)	2	2	2	1				
							原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1				
	電源	M/C 2C電圧	2	2	①	-	原子炉圧力	4	4	4	4	4	計器故障等	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
							原子炉水位(広帯域)	2	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると検出し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能			
							原子炉水位(SA広帯域)	2	2	2	1				
							原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1				
							原子炉圧力	4	4	4	4				
							原子炉圧力	4	4	4	4				
M/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
							P/C 2C電圧	1	1	1	-	-	-	-	-
M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
							P/C 2D電圧	1	1	1	-	-	-	-	-
電源125V主母線盤2 A電圧 高電圧25V主母線盤2 D電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を監視する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
							復水貯蔵タンク水位	2	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	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	評価								
								計器数	計器名称					計器故障等	SBO							
非常時運転手 手順Ⅲ(シビ リアクシデン ト) (注水-1) 等 AM設備別機 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧	1	1	①	-	-	原子炉圧力	1	1	1	1	計器故障等	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							
								原子炉水位	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると検出し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能									
								原子炉水位(SA)	1	1	1	1										
								原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1										
								原子炉圧力	4	4	4	4										
								原子炉圧力	4	4	4	4										
								電源	M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	-
															P/C 2C電圧	1	1	1	-	-	-	-
															M/C 2D電圧	1	1	1	-	-	-	-
															P/C 2D電圧	1	1	1	-	-	-	-
															電源125V主母線盤2 A電圧 高電圧25V主母線盤2 D電圧	1	1	1	-	-	-	-
															復水貯蔵タンク水位	2	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	抽出バラムメータを計測する計器		抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器		評価
	計器数	事後 負荷切り直し後	計器数	事後 負荷切り直し後	
項目	計器名称	バラムメータ 分類	計器数	事後 負荷切り直し後	計器設備等
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)	① ②	2 2	2 2	原子炉水位は主バラムメータにて確認 監視事項は主バラムメータにて確認
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)	① ②	2 2	2 2	原子炉水位は主バラムメータにて確認 監視事項は主バラムメータにて確認
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)	① ②	2 2	2 2	原子炉水位は主バラムメータにて確認 監視事項は主バラムメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	抽出バラムメータを計測する計器		抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器		評価
	計器数	事後 負荷切り直し後	計器数	事後 負荷切り直し後	
項目	計器名称	バラムメータ 分類	計器数	事後 負荷切り直し後	計器設備等
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)	① ②	2 2	2 2	原子炉水位は主バラムメータにて確認 監視事項は主バラムメータにて確認
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)	① ②	2 2	2 2	原子炉水位は主バラムメータにて確認 監視事項は主バラムメータにて確認
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)	① ②	2 2	2 2	原子炉水位は主バラムメータにて確認 監視事項は主バラムメータにて確認

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		直後 負荷切り直し後
対応手段 非常時運転手 アラート 「注水-1」 等 AM設備別機 作手順書 操作 (2 / 2)	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	1	①	原子炉圧力 (SA)	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
			2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	2	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	原子炉水位 (燃料減)	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内出パラメータにて確認
			1	1	①	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内出パラメータにて確認
			1	1	①	原子炉水位 (SA燃料減)	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内出パラメータにて確認
			4	4	①	原子炉圧力容器温度	4	4	温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
			2	2	①	原子炉圧力	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
			2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	2	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	原子炉水位 (燃料減)	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内出パラメータにて確認
			1	1	①	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内出パラメータにて確認
補機監視機能 水源の確保	原子炉圧力容器への注水量	残置熱除去系系統流量	1	0	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	原子炉水位より、残置熱除去系系統流量の代替監視可能
			0	0	①	原子炉水位 (燃料減)	2	1	残置熱除去に必要な注水量と原子炉圧力容器内出パラメータにて確認
			2	0	③	原子炉水位 (SA燃料減)	1	1	残置熱除去系系統流量の代替監視可能
AM設備別機作手順書	原子炉圧力容器への注水量	復水貯蔵タンク水位	2	0	③	原子炉水位 (SA燃料減)	1	0	残置熱除去系系統流量より代替監視可能
			1	1	③	原子炉水位 (広帯域)	1	1	原子炉水位より、残置熱除去系系統流量の代替監視可能
AM設備別機作手順書	補機監視機能	復水移送ポンプ吐出ヘッダ圧力	1	0	③	原子炉水位 (広帯域)	2	2	補機監視機能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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		直後 負荷切り直し後
対応手段 AM設備別機作手順書 「注水-1」 等 AM設備別機作手順書	原子炉圧力容器内の状態	原子炉水位 (燃料減)	2	2	①	原子炉水位 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の状態を計測することができ、監視可能
			2	2	①	原子炉水位 (燃料減)	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内出パラメータにて確認
			2	2	①	原子炉水位 (SA燃料減)	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内出パラメータにて確認
			3	0	①	原子炉圧力	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の状態を計測することができ、監視可能
			2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内出パラメータにて確認
			2	2	①	原子炉水位 (燃料減)	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内出パラメータにて確認
			2	2	①	原子炉水位 (SA燃料減)	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内出パラメータにて確認
			2	2	①	原子炉水位 (SA燃料減)	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内出パラメータにて確認
			2	2	①	原子炉水位 (SA燃料減)	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内出パラメータにて確認
AM設備別機作手順書	原子炉圧力容器内の状態	原子炉水位 (燃料減)	2	2	①	原子炉水位 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の状態を計測することができ、監視可能
			2	2	①	原子炉水位 (燃料減)	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内出パラメータにて確認
			2	2	①	原子炉水位 (SA燃料減)	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内出パラメータにて確認
			3	0	①	原子炉圧力	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の状態を計測することができ、監視可能
			2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内出パラメータにて確認
			2	2	①	原子炉水位 (燃料減)	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内出パラメータにて確認
			2	2	①	原子炉水位 (SA燃料減)	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内出パラメータにて確認
			2	2	①	原子炉水位 (SA燃料減)	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内出パラメータにて確認
			2	2	①	原子炉水位 (SA燃料減)	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		抽出パラメータ		計器名称		評価										
対応手段	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	計器故障等	SBO									
1.8.2.2 溶融炉心のベドスタル(ドライウェル部)の床面への落下遅延・防止のための対応手順 f. 高圧代替注水系による原子炉压力容器への注水	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	-	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲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							
												2	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲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
												4	原子炉压力容器温度	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压力容器温度の代替監視可能	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		抽出パラメータ		計器名称		評価										
対応手段	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	計器故障等	SBO									
1.8.2.2 溶融炉心のベドスタル(ドライウェル部)の床面への落下遅延・防止のための対応手順 f. 高圧代替注水系による原子炉压力容器への注水	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	-	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲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							
												2	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲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
												4	原子炉压力容器温度	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压力容器温度の代替監視可能	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 監視項目, 監視項目, 監視項目, 監視項目, 監視項目, 監視項目, 監視項目, 監視項目, 監視項目. It lists various monitoring parameters like '原子炉水位', '原子炉圧力', and '原子炉圧力監視' with their respective counts and descriptions.

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 監視項目, 監視項目, 監視項目, 監視項目, 監視項目, 監視項目, 監視項目, 監視項目, 監視項目. It lists monitoring parameters for the island power plant, including 'C-メータクタ目線電圧', 'D-メータクタ目線電圧', and 'C-ロードセンタ目線電圧'.

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				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			
		計器数	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後			計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO	評価		
												計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ（シビ アアクシデン ト） 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力 (SA)	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	計器故障等	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	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が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容 器温度より代替監視可能	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	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	緊急用M/C電圧	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	-	-	-	-	-	-	-
	電源	緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	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 直後	計器故障等	SBO	評価			
														計器故障等	SBO		
検 作 1 / 2	原子炉圧力 容器内の 圧力	【原子炉水位 (広帯域)】 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	3	3	2	①		原子炉水位 (SA)	1	1	1	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	計器故障等	監視事項は主要パラメータにて確認			
								原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	原子炉水位から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	計器故障等	監視事項は主要パラメータにて確認			
								原子炉圧力	1	1	1	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	計器故障等	監視事項は主要パラメータにて確認			
								原子炉水位 (広帯域)	2	2	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	計器故障等	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	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	計器故障等	監視事項は主要パラメータにて確認
								原子炉圧力	1	1	1	1	1	1	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	計器故障等	監視事項は主要パラメータにて確認
								原子炉水位 (広帯域)	1	0	0	0	0	0	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	計器故障等	監視事項は主要パラメータにて確認
								原子炉水位 (燃料域)	1	0	0	0	0	0	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	計器故障等	監視事項は主要パラメータにて確認
								原子炉圧力	1	1	1	1	1	1	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	計器故障等	監視事項は主要パラメータにて確認
								原子炉圧力	2	2	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	計器故障等	監視事項は主要パラメータにて確認
								原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1	1	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	計器故障等	監視事項は主要パラメータにて確認
								サブコールドポンプ/チェンバ ー圧力 (SA)	2	2	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	計器故障等	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ (シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 ①	サブレーション・ プール水位	1	1	1	1	サブレーション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サブレーション・プー ル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			
		高圧代替注水系統統流量	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統統流量	1	1	1	1					
		高圧炉心スプレイ系統統流量	1	0	0	0					
		残習熱除去系統統流量	3	0	0	0					
		低圧炉心スプレイ系統統流量	1	0	0	0					
		常設高圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	1	1	1	1					
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	2					
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力	1	1	1	1					
高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0	0	0							
残習熱除去系ポンプ吐出 圧力	3	0	0	0							
低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	計器名称	計器数		SBO影響	
									直後	負荷切り離し後
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ (シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉の冷却 ① ② ③	原子炉の水位	1	1	1	1	原子炉の水位を計測すること が、監視可能			
		高圧炉心スプレイポンプ吐出 流量	1	1	1	1				
		代替注水流量 (高圧)	1	1	1	1				
		原子炉の冷却ポンプ吐出 流量	2	2	2	2				
		原子炉の冷却ポンプ吐出 流量	1	1	1	1				
		原子炉の冷却ポンプ吐出 流量	1	0	0	0				
		原子炉の冷却ポンプ吐出 流量	3	0	0	0				
		原子炉の冷却ポンプ吐出 流量	1	1	1	1				
		原子炉の冷却ポンプ吐出 流量	1	1	1	1				
		原子炉の冷却ポンプ吐出 流量	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
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		抽出パラメータ		計器設備等		評価			
		計器数	直後	計器数	負荷切り直し後	計器数	直後	計器数	負荷切り直し後	計器設備等					
異常時運転監視 (シビリアクシデン ト) 注水-1) 等 AM設備別検 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位 (1 2 3)	原子炉水位 (広帯 域) 原子炉水位 (燃料 域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している高 位の注水流量と溶融炉心による注 水流量より原子炉水位の代償監視 可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能		
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2		2	
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2		2	2
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2		2	2
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2		2	2
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2		2	2
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2		2	2
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2		2	2
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2		2	2
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2		2	2
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2		2	2
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2		2	2
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2		2	2
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2		2	2
			2	2	2	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	抽出パラメータ	計器設備等	評価		
				計器数	直後					計器数	負荷切り直し後
異常時運転監視 (シビリアクシデン ト) 注水-1) 等 AM設備別検 作手順書	原子炉圧力 容器内の注水 量 (1 2 3)	原子炉水位 (S A) 原子炉水位 (燃料 域)	1	0	0	0	0	0	0	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 監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能 原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和圧力と 想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力 を推定し、監視可能 原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和圧力と 想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力 を推定し、監視可能	
			2	2	2	2	2	2	2		2
			2	2	2	2	2	2	2		2
			2	2	2	2	2	2	2		2
			2	2	2	2	2	2	2		2
			2	2	2	2	2	2	2		2
			2	2	2	2	2	2	2		2
			2	2	2	2	2	2	2		2
			2	2	2	2	2	2	2		2
			2	2	2	2	2	2	2		2
			2	2	2	2	2	2	2		2
			2	2	2	2	2	2	2		2
			2	2	2	2	2	2	2		2
			2	2	2	2	2	2	2		2
			2	2	2	2	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO			
													計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 【注水-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力 (S.A)	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	
	操作 (2/3)	原子炉圧 力容器へ の注水量	原子炉圧 力容器へ の注水量	2	2	2	①	-	原子炉水位 (圧帯域) 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	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容 器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
			サブプレッジョン・プールの水 位変化より、高圧代替注水系統 流量の代替監視可能	1	1	1	①	-	サブプレッジョン・プールの水 位変化より、高圧代替注水系統 流量の代替監視可能	1	1	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容 器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	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 ポンプ吐出圧力	1	1	1	-	-	常設高圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	1	1	1	1	常設高圧代替注水系統が正常 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	-
			原子炉圧力 容器内の 温度	2	2	2	①	-	原子炉圧力 (S.A) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A広帯域) 原子炉圧力 (S.A燃料域)	2	2	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、炉内温度/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

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		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	SBO影響 直後 負荷切り離し後	SBO		
					パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由								
					計器数	直後 負荷切り離し後								
1.8.2 溶融炉心の原子炉格納容器下部への溶下速度・位置のための対応手順 c. 制御機監視本圧系による原子炉圧力容器への注水	原子炉格納容 器内の温度	原子炉圧力容 器内の温度 (S A)	原子炉格納容 器内の温度 (S A)	2	2	2	①	-	原子炉圧力 (S.A)	1	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、炉内温度/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
			原子炉格納容 器内の温度 (燃 料域)	2	2	2	①	-	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	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、炉内温度/圧力の関係から原子炉圧力より代 替監視可能
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 【注水-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容 器内の温度	原子炉圧力容 器内の温度 (S A)	原子炉格納容 器内の温度 (S A)	2	2	2	①	-	原子炉圧力 (S.A)	1	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、炉内温度/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
			原子炉格納容 器内の温度 (燃 料域)	2	2	2	①	-	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	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、炉内温度/圧力の関係から原子炉圧力より代 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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	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 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保	サプレッショ ン・プ ール水位	1	1	①	-	高圧代替注水系統流量	1	1	サブレーション・チェンバを水源として いる系統の注水量より、サブレッ ション・プール水位の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			2	2			代替循環冷却系原子炉注水流 量				
			1	1			原子炉隔離時冷却系系統流量				
			1	0			原子炉隔離時冷却系系統流量				
			3	0			残留熱除去系系統流量				
			1	0			低圧炉心スプレイ系系統流量				
			1	1			常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力				
			1	1			原子炉圧力(SA)				
			1	1			原子炉水位(広帯域)				
			1	0			高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力				
3	0			残留熱除去系ポンプ吐出圧力							
1	0			低圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力							

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	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 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保	サプレッショ ン・プ ール水位	1	1	①	-	高圧代替注水系統流量	1	1	サブレーション・チェンバを水源として いる系統の注水量より、サブレッ ション・プール水位の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			2	2			代替循環冷却系原子炉注水流 量				
			1	1			原子炉隔離時冷却系系統流量				
			1	0			原子炉隔離時冷却系系統流量				
			3	0			残留熱除去系系統流量				
			1	0			低圧炉心スプレイ系系統流量				
			1	1			常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力				
			1	1			原子炉圧力(SA)				
			1	1			原子炉水位(広帯域)				
			1	0			高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力				
3	0			残留熱除去系ポンプ吐出圧力							
1	0			低圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力							

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	
1.8.2.2 溶融炉心のベドスタル(ドライウェル部)の床面への原子炉圧力容器への注水 (1) 原子炉圧力容器への注水 g. ほう酸注入系による原子炉圧力容器へのほう酸水注入	原子炉格納容器内の放射線量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	①	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
		格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	①	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
非常時運転手順書III(シビアアクシデント)「注水-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度	4	4	①	原子炉圧力 (S/A) 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 2 1 1	2 2 2 1 1	2 2 2 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 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
		残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0			2	0	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	
1.8.2.2 溶融炉心のベドスタル(ドライウェル部)の床面への原子炉圧力容器への注水 (1) 原子炉圧力容器への注水 g. ほう酸注入系による原子炉圧力容器へのほう酸水注入	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	①	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
		格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	①	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
非常時運転手順書III(シビアアクシデント)「注水-1」等 AM設備別操作手順書 (CRDによる原子炉圧力容器内の温度)	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力 (S/A) 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 2 1 1	2 2 2 1 1	①	原子炉圧力 (S/A) 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 2 1 1	2 2 2 1 1	2 2 2 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 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
		残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0			2	0	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

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		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	計器名称	計器数	
対応手段 溶融炉心監視 (シビアアクシデント) 「注水-1」 「注水-2」 AM設備初期作業者 「CRD」による原子炉注 水)	原子炉水位 (広帯域)	2	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	原子炉水位計が正常に動作していることを確認し、監視可能 原子炉水位計が正常に動作していることを確認し、監視可能 原子炉水位計が正常に動作していることを確認し、監視可能 原子炉水位計が正常に動作していることを確認し、監視可能 原子炉水位計が正常に動作していることを確認し、監視可能 原子炉水位計が正常に動作していることを確認し、監視可能 原子炉水位計が正常に動作していることを確認し、監視可能 原子炉水位計が正常に動作していることを確認し、監視可能 原子炉水位計が正常に動作していることを確認し、監視可能 原子炉水位計が正常に動作していることを確認し、監視可能
	原子炉水位 (燃料)	2	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	
	原子炉水位 (燃料)	2	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	
	原子炉水位 (燃料)	2	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	
	原子炉水位 (燃料)	2	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	
	原子炉水位 (燃料)	2	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	
	原子炉水位 (燃料)	2	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	
	原子炉水位 (燃料)	2	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	
	原子炉水位 (燃料)	2	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	
	原子炉水位 (燃料)	2	1	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		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	計器名称	計器数	
対応手段 溶融炉心監視 (シビアアクシデント) 「注水-1」 「注水-2」 AM設備初期作業者 「CRD」による原子炉注 水)	C-メータ母線電圧	1	1	C-メータ母線電圧	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-メータ母線電圧	1	1	D-メータ母線電圧	1	1	1	
	C-ロードセンタ母線電圧	1	1	C-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	
	D-ロードセンタ母線電圧	1	1	D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	
	原子炉温度監視	1	0	原子炉温度監視	1	0	0	
	原子炉温度監視	1	0	原子炉温度監視	1	0	0	
	原子炉温度監視	1	0	原子炉温度監視	1	0	0	
	原子炉温度監視	1	0	原子炉温度監視	1	0	0	
	原子炉温度監視	1	0	原子炉温度監視	1	0	0	
	原子炉温度監視	1	0	原子炉温度監視	1	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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替パラメータを計測する計器		評価	
	計器名称	分類	計器名称	分類	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ リアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	緊急用M/C電圧	③	-	-	-	-
	緊急用P/C電圧	③	-	-	-	-
	緊急用直流125V主母 線電圧	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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替パラメータを計測する計器		評価	
	計器名称	分類	計器名称	分類	計器故障等	SBO
対応手段 (シビアアクシデン ト) 「注水-2」 等 AM設備別操 作手順書 (注水-2) 等 AM設備別操 作手順書 (注水-2) 等 AM設備別操 作手順書 (注水-2) 等	原子炉圧力 計測点	[原子炉本圧(標準値)] [原子炉本圧(広帯域)] [原子炉本圧(超燃料燃)]	原子炉圧力 計測点	①	1	1
	原子炉圧力 計測点	[原子炉本圧(標準値)] [原子炉本圧(広帯域)] [原子炉本圧(超燃料燃)]	原子炉圧力 計測点	②	1	1
	原子炉圧力 計測点	[原子炉本圧(標準値)] [原子炉本圧(広帯域)] [原子炉本圧(超燃料燃)]	原子炉圧力 計測点	③	2	2
	原子炉圧力 計測点	[原子炉本圧(標準値)] [原子炉本圧(広帯域)] [原子炉本圧(超燃料燃)]	原子炉圧力 計測点	④	1	1
	原子炉圧力 計測点	[原子炉本圧(標準値)] [原子炉本圧(広帯域)] [原子炉本圧(超燃料燃)]	原子炉圧力 計測点	⑤	1	1
	原子炉圧力 計測点	[原子炉本圧(標準値)] [原子炉本圧(広帯域)] [原子炉本圧(超燃料燃)]	原子炉圧力 計測点	⑥	2	2
	原子炉圧力 計測点	[原子炉本圧(標準値)] [原子炉本圧(広帯域)] [原子炉本圧(超燃料燃)]	原子炉圧力 計測点	⑦	1	1
	原子炉圧力 計測点	[原子炉本圧(標準値)] [原子炉本圧(広帯域)] [原子炉本圧(超燃料燃)]	原子炉圧力 計測点	⑧	1	1
	原子炉圧力 計測点	[原子炉本圧(標準値)] [原子炉本圧(広帯域)] [原子炉本圧(超燃料燃)]	原子炉圧力 計測点	⑨	1	1
	原子炉圧力 計測点	[原子炉本圧(標準値)] [原子炉本圧(広帯域)] [原子炉本圧(超燃料燃)]	原子炉圧力 計測点	⑩	1	1
	原子炉圧力 計測点	[原子炉本圧(標準値)] [原子炉本圧(広帯域)] [原子炉本圧(超燃料燃)]	原子炉圧力 計測点	⑪	1	1
	原子炉圧力 計測点	[原子炉本圧(標準値)] [原子炉本圧(広帯域)] [原子炉本圧(超燃料燃)]	原子炉圧力 計測点	⑫	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
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				排出パラメータ				評価
	分類	計器名称	抽出パラメータ		計器名称	抽出パラメータ		計器名称	抽出パラメータ		計器名称	計器故障等	
			SRP影響	負荷切り離し後		SRP影響	負荷切り離し後		SRP影響	負荷切り離し後			
異常手段 非常時運転手 監視員 (シフト) 「注水-1」 「注水-2」 AMは監視員 作業者	原子炉圧力 力源部内 の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッジョン・チェンバインの差圧から原子炉圧力計器の値を測定可能
		原子炉水位 (燃料)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力計器へ注水している系の注水流量と補給熱除去に必要な水量より原子炉圧力の代替監視可能
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力計器へ注水している系の注水流量と補給熱除去に必要な水量より原子炉圧力の代替監視可能
		原子炉圧力 (燃料)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力計器へ注水している系の注水流量と補給熱除去に必要な水量より原子炉圧力の代替監視可能
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力計器へ注水している系の注水流量と補給熱除去に必要な水量より原子炉圧力の代替監視可能
		原子炉圧力 (燃料)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力計器へ注水している系の注水流量と補給熱除去に必要な水量より原子炉圧力の代替監視可能
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力計器へ注水している系の注水流量と補給熱除去に必要な水量より原子炉圧力の代替監視可能
		原子炉圧力 (燃料)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力計器へ注水している系の注水流量と補給熱除去に必要な水量より原子炉圧力の代替監視可能
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力計器へ注水している系の注水流量と補給熱除去に必要な水量より原子炉圧力の代替監視可能
		原子炉圧力 (燃料)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力計器へ注水している系の注水流量と補給熱除去に必要な水量より原子炉圧力の代替監視可能
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力計器へ注水している系の注水流量と補給熱除去に必要な水量より原子炉圧力の代替監視可能
		原子炉圧力 (燃料)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力計器へ注水している系の注水流量と補給熱除去に必要な水量より原子炉圧力の代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				排出パラメータ				評価
	分類	計器名称	抽出パラメータ		計器名称	抽出パラメータ		計器名称	抽出パラメータ		計器故障等	SRP	
			SRP影響	負荷切り離し後		SRP影響	負荷切り離し後		SRP影響	負荷切り離し後			
異常手段 非常時運転手 監視員 (シフト) 「注水-1」 「注水-2」 AMは監視員 作業者	原子炉圧力 力源部内 の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッジョン・チェンバインの差圧から原子炉圧力計器の値を測定可能
		原子炉水位 (燃料)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力計器へ注水している系の注水流量と補給熱除去に必要な水量より原子炉圧力の代替監視可能
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力計器へ注水している系の注水流量と補給熱除去に必要な水量より原子炉圧力の代替監視可能
		原子炉圧力 (燃料)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力計器へ注水している系の注水流量と補給熱除去に必要な水量より原子炉圧力の代替監視可能
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力計器へ注水している系の注水流量と補給熱除去に必要な水量より原子炉圧力の代替監視可能
		原子炉圧力 (燃料)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力計器へ注水している系の注水流量と補給熱除去に必要な水量より原子炉圧力の代替監視可能
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力計器へ注水している系の注水流量と補給熱除去に必要な水量より原子炉圧力の代替監視可能
		原子炉圧力 (燃料)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力計器へ注水している系の注水流量と補給熱除去に必要な水量より原子炉圧力の代替監視可能
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力計器へ注水している系の注水流量と補給熱除去に必要な水量より原子炉圧力の代替監視可能
		原子炉圧力 (燃料)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力計器へ注水している系の注水流量と補給熱除去に必要な水量より原子炉圧力の代替監視可能
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力計器へ注水している系の注水流量と補給熱除去に必要な水量より原子炉圧力の代替監視可能
		原子炉圧力 (燃料)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力計器へ注水している系の注水流量と補給熱除去に必要な水量より原子炉圧力の代替監視可能

・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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	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						
				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Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 【注水-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力	原子炉圧力 (S.A)	2	2	1	①	-	原子炉水位 (S.A)	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	原子炉圧力 (S.A)	2	2	2	①	-	原子炉水位 (圧帯域) 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	2 2 1 1	2 2 1 1	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	
	ほう酸水貯蔵タンク液位	ほう酸水貯蔵タンク液位	1	0	0	③	ほう酸水注入系の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
	原子炉圧力容器への注水量	ほう酸水注入ポンプ吐出圧力	1	0	0	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	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					
				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Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 【注水-1】 等 AM設備別操 作手順書 【注水-2】 AM設備別操 作手順書 【注水-2】 AM設備別操 作手順書 【注水-2】 AM設備別操 作手順書 【注水-2】	原子炉圧力	原子炉圧力 (S.A)	2	2	1	①	-	原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	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	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	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)	1 1 1 1	1 1 1 1	1 1 1 1	1 1 1 1	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

・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

1.8 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等		計器数	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等		計器名称	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等		計器数	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等		計器名称	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等		計器数	監視事項は主要パラメータにて確認
			監視項目	監視項目		監視項目	監視項目		監視項目	監視項目		監視項目	監視項目					
原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等 (注水-1) (注水-2) AMI設備別操作要領書 (CRDによる原子炉注水)	原子炉格納容器下部の温度	原子炉格納容器下部温度計 (S)	2	2	2	2	①	原子炉格納容器下部温度計 (S)	2	2	2	2	原子炉格納容器下部温度計 (S)	2	2	2	2	原子炉格納容器下部温度計 (S) の監視は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器下部の圧力	原子炉格納容器下部圧力計 (S)	1	0	0	0	②	原子炉格納容器下部圧力計 (S)	1	0	0	0	原子炉格納容器下部圧力計 (S) の監視は主要パラメータにて確認	原子炉格納容器下部圧力計 (S)	1	1	1	原子炉格納容器下部圧力計 (S) の監視は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器下部の圧力	原子炉格納容器下部圧力計 (S)	1	1	1	1	③	原子炉格納容器下部圧力計 (S)	1	1	1	1	原子炉格納容器下部圧力計 (S) の監視は主要パラメータにて確認	原子炉格納容器下部圧力計 (S)	1	1	1	原子炉格納容器下部圧力計 (S) の監視は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器下部の圧力	原子炉格納容器下部圧力計 (S)	1	0	0	0	④	原子炉格納容器下部圧力計 (S)	1	0	0	0	原子炉格納容器下部圧力計 (S) の監視は主要パラメータにて確認	原子炉格納容器下部圧力計 (S)	1	1	1	原子炉格納容器下部圧力計 (S) の監視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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾却するための手順

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

項目	分類	計器名称	SBO影響			補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数			SBO	
			直後	負荷切り直し後	負荷切り直し後				計器数	計器数	計器数		
1.8.2.3 溶融炉心の原子炉格納容器下部への落下防止・防止のための対応手順 (1)原子炉圧力容器への圧水 d. 低圧原子炉圧力容器系 (常設) による原子炉圧力容器への圧水	監視時動作手順書 (シリアクシデント) (圧水-2) AN設備動作手順書 F.L.S.R.システムによる原 子炉圧力	格納容器下部監視放射線モニ タ (ドラウエム)	2	2	1	①	—	[エリア放射線モニタ] (原 子炉格納容器下部)	18	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉格納容 器内の放射線 検出器 (放射線 シールド)	2	2	1	①	—	[エリア放射線モニタ] (原 子炉格納容器下部)	18	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉圧力容 器内の温度	原子炉圧力	2	2	2	①	—	原子炉圧力	2	2	1	原子炉格納容器内 の放射線検出器 の動作確認 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉圧力 (S.A)	2	2	1	①	—	原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	原子炉格納容器内 の放射線検出器 の動作確認 監視事項は主要パ ラメータにて確認
判断 標準 (1 / 2)	—	原子炉圧力容器 (S A)	2	2	2	①	—	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料槽)	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の放射線検出器にあると 想定し、高圧温度/圧力の関係から原子炉圧力より代 替監視可能	
		原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	①	—	原子炉水位 (S.A)	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の放射線検出器にあると 想定し、高圧温度/圧力の関係から原子炉圧力より代 替監視可能	
		原子炉圧力 (S.A)	2	2	2	①	—	原子炉水位 (S.A)	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の放射線検出器にあると 想定し、高圧温度/圧力の関係から原子炉圧力より代 替監視可能	
							原子炉格納容器系取換器入口 温度	2	2	2	2	原子炉格納容器系取換器入口温度 監視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

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数		バウメータ 分類	バウメータ 分類理由	計器名称	計器数		計器	計器	計器	計器	計器	計器	計器	計器	計器	計器			
			計器数	品質				品質	品質											品質	品質	品質
対応表 重要機器取組要領書 (シリアリアクシオン) (注1) AMEの取組要領書 (注2) PLSKポンプによる原 子炉圧力 (注3)	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2			原子炉圧力	2	2											品質		
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2			原子炉圧力	2	2												品質	
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2			原子炉圧力	2	2												品質	
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2			原子炉圧力	2	2												品質	
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2			原子炉圧力	2	2												品質	
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2			原子炉圧力	2	2													品質
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2			原子炉圧力	2	2													品質
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2			原子炉圧力	2	2													品質
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2			原子炉圧力	2	2													品質
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2			原子炉圧力	2	2													品質
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2			原子炉圧力	2	2													品質
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2			原子炉圧力	2	2													品質
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2			原子炉圧力	2	2													品質

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	項目	分類	計測名称	抽出パワーマーターの代償パワーマーターを計測する装置		抽出パワーマーターの代償パワーマーターを計測する装置		計測
				計測数	直観	計測数	直観	
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注1) 本表は、原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等に関する監視事項を示す。 (注2) 本表は、原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等に関する監視事項を示す。 (注3) 本表は、原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等に関する監視事項を示す。 (注4) 本表は、原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等に関する監視事項を示す。	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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

項目	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	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			評価
					計器数	直読	負荷切り離し後			計器数	直読	負荷切り離し後	
専断格納容器冷却 (シリアクシダント) [注水-1] [注水-2] AM設備別運用要領書 [P.L.S.R.システムによる原 子炉注水]		電源	緊急用メタスタクランプ	1	1	1	②	緊急用メタスタクランプの受電状態 を確認するパラメータ	1	1	1	—	—
			SAロードセンタ母線電圧	1	1	1	②	緊急用ロードセンタの受電 状態を確認するパラメータ	1	1	1	—	—
監視 機能 (4 / 1)		水源の確保	島根原子力代替注水機水位	1	1	1	①	代替注水機 (常設)	1	1	1	—	島根原子力代替注水機を水源とする最初の注水。運転 している系統の注水機より後本館格納容器の代替監視 可能
								原子炉水位 (圧静電)	2	2	1	—	—
								原子炉水位 (燃料電)	2	2	1	—	—
								原子炉水位 (SA)	1	1	1	—	注水機の原子炉水位の変化により、島根原子力代替注 水機水位の代替監視可能
			サブプレジジョン・プール水 位 (SA)	1	1	1	—	—	—	監視事項は主要パラ メータにて確認			
			島根原子力代替注水ポンプ 出口圧力	2	0	0	—	—	—	—	島根原子力代替注水機を水源とする島根原子力代替注 水ポンプ出口圧力により、島根原子力代替注水機水位 が確保されていることを監視可能		

・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

1.8 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等

項目	対応手段	機器名称	計器数			監視理由	計器名称	計器数			監視理由	計器名称	計器数			監視理由
			分組	分組	分組			分組	分組	分組			分組	分組	分組	
運転手後 重要設備監視事項 (シビアアクシデント) (注水-1) AMG設備等動作監視 FFLSRポンプによる原 子炉注水	原子炉圧力降 下時の水位 監視	(原子炉水位「融炉時」) 原子炉水位 (圧力降) 原子炉水位 (燃料棒)	3	2	2	原子炉水位は、原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための監視事項として、監視が必要である。	原子炉水位 (S.A)	1	1	1	原子炉水位は、原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための監視事項として、監視が必要である。	原子炉水位 (S.A)	1	1	1	原子炉水位は、原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための監視事項として、監視が必要である。
			2	2	2		代位注水流量 (管設)	1	1	1		代位注水流量 (管設)	1	1	1	
			2	2	2		原子炉格納容器下部の注水流量 (管設)	2	2	2		原子炉格納容器下部の注水流量 (管設)	2	2	2	
			1	1	1		原子炉格納容器下部の注水流量 (管設)	1	1	1		原子炉格納容器下部の注水流量 (管設)	1	1	1	
			1	0	0		原子炉格納容器下部の注水流量 (管設)	1	0	0		原子炉格納容器下部の注水流量 (管設)	1	0	0	
			3	0	0		原子炉格納容器下部の注水流量 (管設)	3	0	0		原子炉格納容器下部の注水流量 (管設)	3	0	0	
			1	0	0		原子炉格納容器下部の注水流量 (管設)	1	0	0		原子炉格納容器下部の注水流量 (管設)	1	0	0	
			1	1	1		原子炉格納容器下部の注水流量 (管設)	1	1	1		原子炉格納容器下部の注水流量 (管設)	1	1	1	
			2	2	2		原子炉格納容器下部の注水流量 (管設)	2	2	2		原子炉格納容器下部の注水流量 (管設)	2	2	2	
			1	1	1		原子炉格納容器下部の注水流量 (管設)	1	1	1		原子炉格納容器下部の注水流量 (管設)	1	1	1	
			2	2	2		原子炉格納容器下部の注水流量 (管設)	2	2	2		原子炉格納容器下部の注水流量 (管設)	2	2	2	
			1	1	1		原子炉格納容器下部の注水流量 (管設)	1	1	1		原子炉格納容器下部の注水流量 (管設)	1	1	1	
			2	2	2		原子炉格納容器下部の注水流量 (管設)	2	2	2		原子炉格納容器下部の注水流量 (管設)	2	2	2	
			2	2	2		原子炉格納容器下部の注水流量 (管設)	2	2	2		原子炉格納容器下部の注水流量 (管設)	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

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)	東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)	島根原子力発電所 2号炉	備考																																																																																																																																																														
<p>第1表 重大事故等対処に係る監視事項</p> <p>1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等</p>																																																																																																																																																																	
<p>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</p>																																																																																																																																																																	
<p>対応手段 監視時操作要領書 (シリアクシデント) (圧水-2) AN設備別操作要領書 (圧水-2) SRSシナリオによる原子炉圧力</p>	<table border="1" data-bbox="1855 840 2448 1707"> <thead> <tr> <th rowspan="2">項目</th> <th rowspan="2">分類</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th colspan="3">抽出パラメータを計測する計器</th> <th colspan="3">抽出パラメータを計測する計器</th> <th rowspan="2">補助パラメータ 分類理由</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th rowspan="2">計器数</th> <th rowspan="2">直感</th> <th colspan="3">SBO影響</th> <th rowspan="2">計器故障等</th> <th rowspan="2">SBO</th> </tr> <tr> <th>計器数</th> <th>直感</th> <th>負荷切り直し後 SBO影響</th> <th>計器数</th> <th>直感</th> <th>負荷切り直し後 SBO影響</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="10">種 作 2 3 4</td> <td rowspan="2">原子炉圧力 器内の圧力</td> <td rowspan="2">原子炉圧力</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>原子炉圧力 (S A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>直接的に原子炉圧力器内の圧力を計測すること で、監視可能</td> <td rowspan="2">監視事項は主要パ ラメータにて確認</td> </tr> <tr> <td>2</td> <td>2</td> <td>1</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>1</td> <td>原子炉水位 (圧降域) 原子炉水位 (燃料域)</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>1</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>直接的に原子炉圧力器内の圧力を計測すること で、監視可能</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td>2</td> <td>2</td> <td>1</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>原子炉水位 (S A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>直接的に原子炉圧力器内の圧力を計測すること で、監視可能</td> <td rowspan="2">監視事項は主要パ ラメータにて確認</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>原子炉圧力器温度 (S A)</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>直接的に原子炉圧力器内の圧力を計測すること で、監視可能</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>原子炉圧力</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>直接的に原子炉圧力器内の圧力を計測すること で、監視可能</td> <td rowspan="2">監視事項は主要パ ラメータにて確認</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>原子炉水位 (圧降域) 原子炉水位 (燃料域)</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>1</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>直接的に原子炉圧力器内の圧力を計測すること で、監視可能</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>原子炉水位 (S A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>直接的に原子炉圧力器内の圧力を計測すること で、監視可能</td> <td rowspan="2">監視事項は主要パ ラメータにて確認</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>原子炉圧力器温度 (S A)</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>直接的に原子炉圧力器内の圧力を計測すること で、監視可能</td> </tr> </tbody> </table>	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			補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直感	SBO影響			計器故障等	SBO	計器数	直感	負荷切り直し後 SBO影響	計器数	直感	負荷切り直し後 SBO影響	種 作 2 3 4	原子炉圧力 器内の圧力	原子炉圧力	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力器内の圧力を計測すること で、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	2	2	1	2	2	1	原子炉水位 (圧降域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	2	2	2	直接的に原子炉圧力器内の圧力を計測すること で、監視可能				2	2	1	2	2	原子炉水位 (S A)	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力器内の圧力を計測すること で、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認				2	2	2	2	2	原子炉圧力器温度 (S A)	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力器内の圧力を計測すること で、監視可能				1	1	1	1	1	原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力器内の圧力を計測すること で、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	原子炉水位 (圧降域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	2	2	2	直接的に原子炉圧力器内の圧力を計測すること で、監視可能				1	1	1	1	1	原子炉水位 (S A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力器内の圧力を計測すること で、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認				2	2	2	2	2	原子炉圧力器温度 (S A)	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力器内の圧力を計測すること で、監視可能		<p>・設備の相違</p> <p>【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</p>
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						補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数			直感	SBO影響			計器故障等	SBO																																																																																																																																								
		計器数	直感	負荷切り直し後 SBO影響		計器数	直感	負荷切り直し後 SBO影響																																																																																																																																																									
種 作 2 3 4	原子炉圧力 器内の圧力	原子炉圧力	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力器内の圧力を計測すること で、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認																																																																																																																																															
			2	2	1	2	2	1	原子炉水位 (圧降域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	2	2	2	直接的に原子炉圧力器内の圧力を計測すること で、監視可能																																																																																																																																																	
				2	2	1	2	2	原子炉水位 (S A)	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力器内の圧力を計測すること で、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認																																																																																																																																																
				2	2	2	2	2	原子炉圧力器温度 (S A)	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力器内の圧力を計測すること で、監視可能																																																																																																																																																	
				1	1	1	1	1	原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力器内の圧力を計測すること で、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	原子炉水位 (圧降域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	2	2	2	直接的に原子炉圧力器内の圧力を計測すること で、監視可能																																																																																																																																																	
				1	1	1	1	1	原子炉水位 (S A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力器内の圧力を計測すること で、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認																																																																																																																																															
				2	2	2	2	2	原子炉圧力器温度 (S A)	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力器内の圧力を計測すること で、監視可能																																																																																																																																																

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	項目	分類	装置名称	抽出バウメータを計測する計器			抽出バウメータの代替バウメータを計測する計器			補助バウメータ 分類理由	装置名称	計器数	300計器		評価
				計器数	直接	負荷切り直し後	計器数	直接	負荷切り直し後				計器数	直接	
運転時操作要領書 (シリアクアメント) (注水-1) AM設備の操作要領書 (注水-2) FLSRボンプによる原 子炉注水)	原子炉圧力管 器への注水量		代替注水流量 (電設)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	水源地である低圧原子炉代替注水機の水圧変化より 代替監視可能	
	補機監視機能: 出口圧力		低圧原子炉代替注水ポンプ 出口圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	設備修繕時に必要な水機と原子炉水機との変化により代替 監視可能
構 件 1 / 1 / 1	水機の種類		代替注水流量 (電設)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	低圧原子炉代替注水機を水源とする低圧原子炉代替注 水ポンプ出口圧力により、低圧原子炉代替注水機 監視項目は主要バウ メータにて確認	
			原子炉水位 (圧電機) 原子炉水位 (燃料機)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	低圧原子炉代替注水機を水源とする低圧原子炉代替注 水ポンプ出口圧力により、低圧原子炉代替注水機 監視項目は主要バウ メータにて確認
			原子炉水位 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	注水の原子炉水位の変化により、低圧原子炉代替注 水機水位の代替監視可能
			サブレンジション・プール水 位 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	低圧原子炉代替注水機を水源とする低圧原子炉代替注 水ポンプ出口圧力により、低圧原子炉代替注水機 監視項目は主要バウ 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	分類	計器名称	計器数			補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数			SBO
				計器数	直後	SBO設置			計器数	直後	SBO設置	
1.8.2.2 溶融炉心の原子炉格納容器下部の落下防止・停止のための対応手順 (1)原子炉格納容器下部の注水 (2)注水停止による原子炉格納容器下部の注水 (3)注水停止による原子炉格納容器下部の注水	原子炉格納容器下部の注水 注水停止による原子炉格納容器下部の注水	原子炉格納容器下部の注水	格納容器下部注水監視システム (PLC)	2	2	1	—	[モニタ放射線モニタ] (原子炉格納容器下部注水監視システム)	18	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
			格納容器下部注水監視システム (PLC)	2	2	1	—	[モニタ放射線モニタ] (原子炉格納容器下部注水監視システム)	18	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
1.8.2.2 溶融炉心の原子炉格納容器下部の落下防止・停止のための対応手順 (1)原子炉格納容器下部の注水 (2)注水停止による原子炉格納容器下部の注水 (3)注水停止による原子炉格納容器下部の注水	原子炉格納容器下部の注水	原子炉格納容器下部の注水	原子炉格納容器下部の注水監視システム (PLC)	2	2	2	—	原子炉圧力	2	2	1	原子炉格納容器下部注水監視システムにて確認
			原子炉格納容器下部の注水監視システム (PLC)	2	2	2	—	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉格納容器下部注水監視システムにて確認
			原子炉格納容器下部の注水監視システム (PLC)	2	2	2	—	原子炉水位 (注水監視システム)	2	2	1	原子炉格納容器下部注水監視システムにて確認
			原子炉格納容器下部の注水監視システム (PLC)	2	2	2	—	原子炉水位 (SA)	1	1	1	原子炉格納容器下部注水監視システムにて確認
			格納容器下部注水監視システム (PLC)	2	2	2	—	格納容器下部注水監視システム (PLC) 温度	2	2	2	格納容器下部注水監視システムにて確認

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	対応手段	分類	計器動作	①重要監視パラメータを計測する計器		計器数	計器動作	②有価監視パラメータ、③補助パラメータ		計器動作等	備考
				計器数	事後			計器数	事後		
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (シビアアクシデント) (日本-2) (NAO) (炉心溶融) (ICWT) (炉心溶融) (ICWT) (炉心溶融) (ICWT) (炉心溶融) (ICWT) (炉心溶融) (ICWT) (炉心溶融) (ICWT) (炉心溶融) (ICWT) (炉心溶融) (ICWT) (炉心溶融) (ICWT) (炉心溶融) (ICWT) (炉心溶融) (ICWT) (炉心溶融) (ICWT) (炉心溶融) (ICWT) (炉心溶融)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)
	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)
	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)
	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)
	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)
	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)
	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)
	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)
	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)
	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)
	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)
	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)
	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)
	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)
原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	原子炉本体 (炉心域)	

・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

<p>柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)</p>	<p>東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)</p>	<p>島根原子力発電所 2号炉</p>	<p>備考</p> <ul style="list-style-type: none"> ・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		計器名称	補助バロメータ 分類理由	評価		
			計器数	直後	負荷切り直し後	計器数			直後	負荷切り直し後	計器故障等
判 断 高 度 (4 / 4)	電圧	C-メータラジ線電圧	1	1	1	1	1	非常用メータラジの受電状態を確認するバロメータ	—	—	—
		D-メータラジ線電圧	1	1	1	1	1	非常用メータラジの受電状態を確認するバロメータ	—	—	—
		C-ロードセントラ付線電圧	1	1	1	1	1	非常用ロードセントラの受電状態を確認するバロメータ	—	—	—
		D-ロードセントラ付線電圧	1	1	1	1	1	非常用ロードセントラの受電状態を確認するバロメータ	—	—	—
	水部の確保	履水圧降タンク水位	1	0	0	0	1	履水確保タンクの運転状態を確認するバロメータ	—	—	—

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

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

項目	対処手段	項目	分類	計器名称	計器数	①重要監視パラメータ		計器名称	計器数	②有効監視パラメータ		計器名称	計器数	注	
						計器数	直後			計器数	直後				
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 機 作 (1 / 2)	事故時格納容器監視 (シリアクティブ) [圧水-2] [圧水-3] AN(溶融炉心監視装置) (C/W)による溶融炉心注 水]	原子炉圧力降 脚中の水位	【原子炉本体 (燃料筒)] 原子炉本体 (圧力筒) 原子炉本体 (燃料筒)	原子炉本体 (SA)	1	1	1	原子炉本体 (SA)	1	1	1	原子炉本体 (SA)	1	原子炉本体 (SA) の圧力計測範囲内の水位を計測することができ、監視可能。	
				高圧原子炉代用注水流量	1	1	1	高圧原子炉代用注水流量	1	1	1	高圧原子炉代用注水流量	1	高圧原子炉代用注水流量	
				代用注水流量 (実設)	1	1	1	代用注水流量 (実設)	1	1	1	1	代用注水流量 (実設)	1	代用注水流量 (実設)
				低圧原子炉代用注水流量 (低圧電圧)	2	2	2	低圧原子炉代用注水流量 (低圧電圧)	2	2	2	2	低圧原子炉代用注水流量 (低圧電圧)	2	低圧原子炉代用注水流量 (低圧電圧)
				原子炉循環時冷却ポンプ出 口流量	1	1	1	原子炉循環時冷却ポンプ出 口流量	1	1	1	1	原子炉循環時冷却ポンプ出 口流量	1	原子炉循環時冷却ポンプ出 口流量
				高圧炉心スプレイトポンプ出 口流量	1	0	0	高圧炉心スプレイトポンプ出 口流量	1	0	0	0	高圧炉心スプレイトポンプ出 口流量	1	高圧炉心スプレイトポンプ出 口流量
				低圧炉心スプレイトポンプ出 口流量	3	0	0	低圧炉心スプレイトポンプ出 口流量	3	0	0	0	低圧炉心スプレイトポンプ出 口流量	3	低圧炉心スプレイトポンプ出 口流量
				低圧炉心スプレイトポンプ出 口流量	2	2	2	低圧炉心スプレイトポンプ出 口流量	2	2	2	2	低圧炉心スプレイトポンプ出 口流量	2	低圧炉心スプレイトポンプ出 口流量
				原子炉圧力	2	2	2	原子炉圧力	2	2	2	2	原子炉圧力	2	原子炉圧力
				原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力 (SA) とサブプレッジョン、 サブプレッジョン (SA) の差圧から原子炉圧力算出可能。
				サブプレッジョン・チェンバ ー圧力 (SA)	2	2	2	サブプレッジョン・チェンバ ー圧力 (SA)	2	2	2	2	サブプレッジョン・チェンバ ー圧力 (SA)	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			
			台数	位置	監視項目		台数	位置	監視項目		台数	位置	監視項目	
炉心冷却 事故時炉心冷却装置 (注水-1) (注水-2) AN設備別動作監視 (CWTによる原子炉注 水)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	0	0	0	0	0	0	0	0	
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
			3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3
			4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4
			5	5	5	5	5	5	5	5	5	5	5	5
			6	6	6	6	6	6	6	6	6	6	6	6
			7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7
			8	8	8	8	8	8	8	8	8	8	8	8
			9	9	9	9	9	9	9	9	9	9	9	9
			10	10	10	10	10	10	10	10	10	10	10	10
			11	11	11	11	11	11	11	11	11	11	11	11
			12	12	12	12	12	12	12	12	12	12	12	12

・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

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	対応手段	監視項目	分類	計器名称	抽出パナメータの監視パナメータを計測する計器			抽出パナメータの監視パナメータを計測する計器			相違パナメータ の理由	計器名称	計器数	負荷印可搬上機 数	SBO影響 数	評価			
					計器数	相違	負荷印可搬上機 数	計器数	相違	負荷印可搬上機 数									
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注1-1) (注1-2) (注1-3) (注1-4) (注1-5)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注1-1) (注1-2) (注1-3) (注1-4) (注1-5)	原子炉圧力	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1			
		原子炉圧力 (応答域) 原子炉水位 (燃料域)	①	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
		原子炉圧力 (応答域) 原子炉水位 (燃料域)	①	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉圧力 (応答域) 原子炉水位 (燃料域)	①	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
		原子炉圧力 (応答域) 原子炉水位 (燃料域)	①	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉圧力 (応答域) 原子炉水位 (燃料域)	①	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
		原子炉圧力 (応答域) 原子炉水位 (燃料域)	①	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力 (応答域) 原子炉水位 (燃料域)	①	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
		原子炉圧力 (応答域) 原子炉水位 (燃料域)	①	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉圧力 (応答域) 原子炉水位 (燃料域)	①	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
		原子炉圧力 (応答域) 原子炉水位 (燃料域)	①	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (SA)	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾却するための手順等

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	分類	計器名称	重要監視パラメータを計測する計器			有効監視パラメータを計測する計器			計器故障等	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			
1.8.2.2 溶融炉心の原子炉格納容器下部への落下防止・防止のための対応手順 (1) 原子炉圧力容器への注水 1. 事故発生による原子炉圧力容器への注水	監視時間経過直後 (シリアクアメント) [注水-2] ANの溶融炉心監視直後 注水ポンプまたは補助注水ポンプによる原子炉注水	格納容器内部放射線モニタ (ドラウエム)	2	2	1	0	18	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内の放射線量率	2	2	1	0	18	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認	
判別標準 (1/1/1)	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度 (S)	2	2	2	0	2	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の放射線量率を算出し、蒸気発生率/圧力の関係から原子炉圧力より推定可能	
		原子炉圧力容器内の温度 (A)	2	2	2	0	2	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の放射線量率を算出し、蒸気発生率/圧力の関係から原子炉圧力より推定可能	
		原子炉圧力 (S A)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の放射線量率を算出し、蒸気発生率/圧力の関係から原子炉圧力より推定可能
		原子炉水位 (S A)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の放射線量率を算出し、蒸気発生率/圧力の関係から原子炉圧力より推定可能
	格納容器上部蒸気交換器入口温度	2	2	2	2	2	2	2	2	2	格納容器上部蒸気交換器入口温度	

・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

1.8 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等

項目	原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等			原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等			備考	
	分類	計器名称	計器数	直感	負荷切り直し後	バックメータ		
対応手段 監視機器監視項目 (シビアアクシデント) 「注水-1」 「注水-2」 AMR監視項目監視項目 冷却ポンプによる原子炉圧 水ポンプによる原子炉圧 水	原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1		①重要監視アラーム、②有線監視アラーム、③補助アラーム 監視項目は重要アラームにて監視 監視項目は重要アラームにて監視 監視項目は重要アラームにて監視 監視項目は重要アラームにて監視 監視項目は重要アラームにて監視 監視項目は重要アラームにて監視 監視項目は重要アラームにて監視 監視項目は重要アラームにて監視 監視項目は重要アラームにて監視 監視項目は重要アラームにて監視 監視項目は重要アラームにて監視 監視項目は重要アラームにて監視 監視項目は重要アラームにて監視	
		原子炉圧力 (S/A)	1	1	1			
		原子炉圧力 (S/A)	1	1	1			
		原子炉圧力 (S/A)	2	2	2			
		原子炉圧力 (S/A)	1	1	1			
		原子炉圧力 (S/A)	1	0	0			
		原子炉圧力 (S/A)	3	0	0			
		原子炉圧力 (S/A)	1	0	0			
		原子炉圧力 (S/A)	1	1	1			
		原子炉圧力 (S/A)	2	2	2			
		原子炉圧力 (S/A)	1	1	1			
		原子炉圧力 (S/A)	2	2	2			
		原子炉圧力 (S/A)	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

1.8 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等

項目	対応手段	分類	計器名称	計器数	原子炉格納容器下部の監視項目		原子炉格納容器下部の監視項目	計器名称	計器数	原子炉格納容器下部の監視項目		計器名称	計器数	注	
					監視項目	計器数				監視項目	計器数				
緊急時操作要領書 (注水-1) (注水-2) AMI監視操作要領書 (注水-1) (注水-2) AMI監視操作要領書 (注水-1) (注水-2)	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1
								原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1		
								原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1		
								原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1		
								原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1		
								原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1		
								原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1		
								原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1		
								原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1		
								原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1		
								原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1		
								原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1		
								原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1		
								原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-2)	1	原子炉格納容器下部の監視項目 (注水-1) (注水-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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	項目	分類	計器名称	抽出パワメータを計測する計器			抽出パワメータを計測する計器			計器故障等	評価		
				計器数	出機	負荷切り離し後	計器数	出機	負荷切り離し後				
対応手段 事故時操作要領書 「注水-1」(シフト) 「注水-2」 AM設備時操作要領書 「炉心注水」または補助消 火ポンプによる炉心注 水	1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	電圧	C-メータタタ母線電圧	1	1	1	1	1	1	計器故障等	—		
			D-メータタタ母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	—		
			C-ロードセンター母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	—		
			D-ロードセンター母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	—		
		水源の確保	ろ過水タンク水位	補助炉心水位	2	0	0	0	0	0	0	—	—
				ろ過水タンク水位	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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

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	重要監視パラメータ			評価			
			計器数	直読	負荷切り直し後 SBO状態		計器数	直読	負荷切り直し後 SBO状態				
冷却下段 溶融炉心冷却装置 (SOLAPシステム) (注水-2) AM冷却装置 (注水-2) AM冷却装置 (注水-2) AM冷却装置 (注水-2)	原子炉圧力 溶融炉心 冷却装置	【原子炉水圧 (燃料熱)】 原子炉水圧 (広帯域) 原子炉水圧 (標準域)	原子炉水圧 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	直読的に原子炉圧力監視室内の水圧を計測することによって、監視可能		
			原子炉水圧 (広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水圧 (標準域)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			原子炉水圧 (燃料熱)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
			原子炉水圧 (燃料熱)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力が異常に上昇している状態の注水流量と相乗 検出に必要な流量より監視可能
			原子炉水圧 (燃料熱)	1	0	0	0	1	0	0	0	0	
			原子炉水圧 (燃料熱)	3	3	3	3	3	0	0	0	0	
			原子炉水圧 (燃料熱)	1	0	0	0	1	0	0	0	0	
			原子炉水圧 (燃料熱)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			原子炉水圧 (燃料熱)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
			原子炉水圧 (燃料熱)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) とサブレンジョン・ サブレンジョン (SA) の差圧から原子炉圧力監視の値 を決定可能
			原子炉水圧 (燃料熱)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
			原子炉水圧 (燃料熱)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
			原子炉水圧 (燃料熱)	2	2	2	2	2	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	機器 (2、3)	抽出パラメータの監視パラメータを計測する計器			抽出パラメータの監視パラメータを計測する計器			計器名称	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器名称	抽出パラメータの監視パラメータを計測する計器			計器名称	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器名称	抽出パラメータ 分類	計器名称	抽出パラメータ 分類
		計器数	事後	負荷印可無し機	計器数	事後	負荷印可無し機					計器数	事後	負荷印可無し機							
対応手段 監視項目 【注水-1】 【注水-2】 AMR監視項目 水ポンプによる原子炉注水		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉水位 (広域域)	1	1	1	原子炉水位 (広域域)	原子炉水位 (広域域)	1	1	1	原子炉水位 (広域域)	原子炉水位 (広域域)	1	1	1	原子炉水位 (広域域)	原子炉水位 (広域域)	1	1	1
			原子炉水位 (狭域域)	1	1	1	原子炉水位 (狭域域)	原子炉水位 (狭域域)	1	1	1	原子炉水位 (狭域域)	原子炉水位 (狭域域)	1	1	1	原子炉水位 (狭域域)	原子炉水位 (狭域域)	1	1	1
			原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1
			原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1
			原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1
			原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1
			原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1
			原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1
			原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1
			原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1
			原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1
			原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1
			原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	1	1	1	原子炉水位 (燃料格納罐)	原子炉水位 (燃料格納罐)	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

- 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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	項目	詳細名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			備考
			計器数	位置	検出	計器数	位置	検出	
対応手続 緊急時対応手続書 [島根 17-21] [注水-2] AM2緊急時対応手続書 [注水-2] AM2緊急時対応手続書 [注水-2] AM2緊急時対応手続書 [注水-2]	原子炉出力	原子炉出力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	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
		原子炉出力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	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
	原子炉出力	原子炉出力 (S.A)	2	2	2	2	2	2	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
		原子炉出力 (S.A)	2	2	2	2	2	2	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
	原子炉出力	原子炉出力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	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
		原子炉出力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	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
	原子炉出力	原子炉出力 (S.A)	2	2	2	2	2	2	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
		原子炉出力 (S.A)	2	2	2	2	2	2	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
	原子炉出力	原子炉出力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	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
		原子炉出力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	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
原子炉出力	原子炉出力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	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	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

①重要監視パラメータ、②有別監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	対応手段	分類	計器名称	計器数		SBO影響		計器数	計器名称	補助パラメータ 分類理由	SBO影響		計器数	計器名称	SBO
				直後	直後	負荷切り直し後	負荷切り直し後				直後	負荷切り直し後			
1.8.2.2 炉心内の原子炉格納容器下部への落下防止・防止のための対応手順 (0)原子炉格納容器下部の水 R-配圧原子炉格納容器下部の水 (0機型) による原子炉格納容器下部の水 (取水/海水)	監視機器の点検 (注1-1) (注1-2) AM機器の点検 (大流量水車による原子炉格納容器下部の水) (注1-3) 原子炉格納容器下部の水 (0機型) による原子炉格納容器下部の水 (取水/海水)	原子炉格納容器下部の放射線量率	格納容器下部放射線量率モニタ (ドライウェル)	2	2	1	0	18	エリア放射線モニタ (ドライウェル)	—	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			格納容器下部放射線量率モニタ (ドライウェル)	2	2	1	0	18	エリア放射線モニタ (ドライウェル)	—	0	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能
1.8.2.2 炉心内の原子炉格納容器下部への落下防止・防止のための対応手順 (0)原子炉格納容器下部の水 R-配圧原子炉格納容器下部の水 (0機型) による原子炉格納容器下部の水 (取水/海水)	監視機器の点検 (注1-1) (注1-2) AM機器の点検 (大流量水車による原子炉格納容器下部の水) (注1-3) 原子炉格納容器下部の水 (0機型) による原子炉格納容器下部の水 (取水/海水)	原子炉格納容器下部の放射線量率	原子炉格納容器下部の放射線量率	2	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の放射線量率	—	2	2	1	原子炉格納容器下部の放射線量率の上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉格納容器下部の放射線量率	2	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の放射線量率	—	2	2	1	原子炉格納容器下部の放射線量率の上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉格納容器下部の放射線量率	2	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の放射線量率	—	2	2	1	原子炉格納容器下部の放射線量率の上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉格納容器下部の放射線量率	2	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の放射線量率	—	2	2	1	原子炉格納容器下部の放射線量率の上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
1.8.2.2 炉心内の原子炉格納容器下部への落下防止・防止のための対応手順 (0)原子炉格納容器下部の水 R-配圧原子炉格納容器下部の水 (0機型) による原子炉格納容器下部の水 (取水/海水)	監視機器の点検 (注1-1) (注1-2) AM機器の点検 (大流量水車による原子炉格納容器下部の水) (注1-3) 原子炉格納容器下部の水 (0機型) による原子炉格納容器下部の水 (取水/海水)	原子炉格納容器下部の放射線量率	原子炉格納容器下部の放射線量率	2	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の放射線量率	—	2	2	1	原子炉格納容器下部の放射線量率の上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉格納容器下部の放射線量率	2	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の放射線量率	—	2	2	1	原子炉格納容器下部の放射線量率の上昇より代替監視可能	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出ワイヤメータを計測する計器			抽出ワイヤメータの代替圧力計器の代用計器			計器数	抽出ワイヤメータ分類理由	抽出ワイヤメータ分類	抽出ワイヤメータを計測する計器			計器数	計器名称	抽出ワイヤメータの代替圧力計器の代用計器			計器数	計器名称	抽出ワイヤメータ分類理由	抽出ワイヤメータ分類						
			計器数	直後	SBO直後	計器数	直後	SBO直後				計器数	直後	SBO直後			計器数	直後	SBO直後										
<p>対位手段</p> <p>緊急時操作要領書 〔シビアアクシデント〕 〔注水-24〕</p> <p>大気環境影響評価書 〔注水〕 〔注水-24〕 〔注水〕 〔注水-24〕 〔注水〕 〔注水-24〕</p> <p>原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等 〔注水〕 〔注水-24〕 〔注水〕 〔注水-24〕</p> <p>原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等 〔注水〕 〔注水-24〕 〔注水〕 〔注水-24〕</p>	<p>原子炉圧力容 器下部の 融炉心</p>	<p>〔原子炉圧力容 器下部の融 炉心〕</p>	3	2	2	3	2	2	0	0	0	3	2	2	1	1	1	0	0	0	3	2	2	0	0	0			
			原子炉圧力容 器下部の融 炉心	2	2	2	2	2	2	0	0	0	2	2	2	1	1	1	0	0	0	2	2	2	0	0	0		
			原子炉圧力容 器下部の融 炉心	1	1	1	1	1	1	0	0	0	1	1	1	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	0	0	0
			原子炉圧力容 器下部の融 炉心	1	1	1	1	1	1	0	0	0	1	1	1	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	0	0	0
			原子炉圧力容 器下部の融 炉心	1	1	1	1	1	1	0	0	0	1	1	1	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	0	0	0
			原子炉圧力容 器下部の融 炉心	1	1	1	1	1	1	0	0	0	1	1	1	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	0	0	0
			原子炉圧力容 器下部の融 炉心	1	1	1	1	1	1	0	0	0	1	1	1	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	0	0	0
			原子炉圧力容 器下部の融 炉心	1	1	1	1	1	1	0	0	0	1	1	1	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	0	0	0
			原子炉圧力容 器下部の融 炉心	1	1	1	1	1	1	0	0	0	1	1	1	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	0	0	0
			原子炉圧力容 器下部の融 炉心	1	1	1	1	1	1	0	0	0	1	1	1	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	0	0	0
			原子炉圧力容 器下部の融 炉心	1	1	1	1	1	1	0	0	0	1	1	1	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	内容	①重要監視パラメータ			②有効監視パラメータ			注
		計測数	監視	検出	計測数	監視	検出	
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注水-1) (注水-2) ANI設備稼働監視 注水 注水 注水 注水 注水 (大規模災害発生時に注水)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

・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

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7 号炉 (2017. 12. 20 版)

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

島根原子力発電所 2号炉

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを冷却する計器		計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器数	評価		
			数量	型式			計器名称	型式		計器数等	評価	
対応不役 緊急時炉心冷却 (シビアアクシデント) 【注水-2】 A)炉心冷却回路 (シビアアクシデント) 【注水-2】 A)炉心冷却回路 (シビアアクシデント) 【注水-2】	電源	緊急用メタタフ電圧	1	I	1	I	I	1	I			
		S Aロードセンタ付電圧	1	I	1	I	I	1	I			
		燃料貯水槽 (西 1)		「緊急時対策本部」に確認								
		燃料貯水槽 (西 2)		「緊急時対策本部」に確認								

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	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の代替パワメータを計測する計器			計器名称	計器数	事後	事後	計器故障等	備考
			事後	事後	事後	事後	事後	事後						
冷却手段 緊急時操作要領書 (シビアアクシデント) (注水-1) (注水-2) A炉格納容器操作要領書 (シビアアクシデント) (注水-1) (注水-2) 原子炉圧力容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注水-1) (注水-2)	原子炉圧力容 器下部水位 (注水-1) (注水-2)	原子炉水位 (標準領域) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料棒)	3	3	3	0	0	0	1	1	1	1	監視事項は主要パワ メータにて監視	
			2	2	2	1	1	1	1	1	1	1		1
機 作 (注水-1) (注水-2)	原子炉圧力容 器下部水位 (注水-1) (注水-2)	原子炉水位 (標準領域) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料棒)	3	3	3	0	0	0	1	1	1	1	監視事項は主要パワ メータにて監視	
			2	2	2	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

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータの監視パラメータを監視する計器			抽出パラメータの監視パラメータを監視する計器			計器名称	計器種別等	500
			計器数	前後	検出/種別	計器数	前後	検出/種別			
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注水-1) (注水-2) AM設備稼働時監視 監視事項による原子炉注水 原子炉注水時注水監視 原子炉注水時注水監視 原子炉注水時注水監視 (注水-1) (注水-2)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	2	2	2	2	1	
		原子炉注水時注水監視	原子炉注水時注水監視	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉注水時注水監視	原子炉注水時注水監視	2	2	2	2	2	2	2	2
		原子炉注水時注水監視	原子炉注水時注水監視	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉注水時注水監視	原子炉注水時注水監視	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉注水時注水監視	原子炉注水時注水監視	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉注水時注水監視	原子炉注水時注水監視	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉注水時注水監視	原子炉注水時注水監視	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉注水時注水監視	原子炉注水時注水監視	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉注水時注水監視	原子炉注水時注水監視	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉注水時注水監視	原子炉注水時注水監視	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉注水時注水監視	原子炉注水時注水監視	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉注水時注水監視	原子炉注水時注水監視	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉注水時注水監視	原子炉注水時注水監視	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉注水時注水監視	原子炉注水時注水監視	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
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	項目	分類	計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			計器名称	計器区分	計器区分	監視事項			計器区分	計器名称	計器区分	計器名称	計器区分	計器名称	計器区分
				計器数	負荷切り離し後	電源喪失後				計器数	負荷切り離し後	電源喪失後							
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注水-1) (注水-2) AM設備動作時の要領書 (注水) 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注水)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	1	①	—	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	1	①	—	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	1	1	1	1	1	1	1	1
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	①	—	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	1	①	—	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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			計器
			計器数	直読	負荷切り離し後	計器数	直読	負荷切り離し後	
対応手段 監視項目(監視装置) 「シビアアクシデント」 「注水-1」 「注水-2」 AM設備別操作要領書 「大流量水車による原子炉注水」 原子炉及び炉心下部 大流量水車を使用した送水	原子炉圧力	原子炉圧力計	2	2	2	2	2	1	監視事項は主要パラメータにて確認 監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力計	2	2	2	2	2	1	
機中 4 1 1	機械監視機能	大流量水車ポンプ出口圧力	「緊急時対策本部」に確認	③	③	③	③	1	大流量水車の運転状態を確認するパラメータ 代替水車の運転状態を確認するパラメータ 代替水車の運転状態を確認するパラメータ
	水車の運転	機中貯水槽 (西1)	「緊急時対策本部」に確認	③	③	③	③	1	
	水車の運転	機中貯水槽 (西2)	「緊急時対策本部」に確認	③	③	③	③	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
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 補助パラメータ, 抽出パラメータ, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響. Includes a detailed table for monitoring items and a summary table for SBO impact.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, パラメータ, 補助パラメータ, 抽出パラメータ, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 評価. Includes a detailed table for monitoring items and a summary table for SBO impact.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, パラメータ, 補助パラメータ, 抽出パラメータ, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 評価. Includes a detailed table for monitoring items and a summary table for SBO impact.

・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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

Table with columns: 項目 (Item), 種類 (Type), 計器名称 (Instrument Name), 計器数 (Count), 監視項目 (Monitoring Item), 監視位置 (Monitoring Location), 監視対象 (Monitoring Target), 検出バウメータの代替バウメータを計測する計器 (Instrument for measuring instead of the detected gauge).

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

Table with columns: 項目 (Item), 種類 (Type), 計器名称 (Instrument Name), 計器数 (Count), 監視項目 (Monitoring Item), 監視位置 (Monitoring Location), 監視対象 (Monitoring Target), 検出バウメータの代替バウメータを計測する計器 (Instrument for measuring instead of the detected gauge).

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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

Table with columns: 項目 (Item), 種類 (Type), 計器名称 (Instrument Name), 計器数 (Count), 監視項目 (Monitoring Item), 監視位置 (Monitoring Location), 監視対象 (Monitoring Target), 検出バウメータの代替バウメータを計測する計器 (Instrument for measuring instead of the detected gauge).

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

Table with 7 columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 監視パラメータの種類, 抽出パラメータの種類, 計器名称, 計器数, 監視パラメータの種類, 抽出パラメータの種類, SBO影響, 計器故障等, SBO

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

Table with 6 columns: 項目, 監視パラメータ, 計器名称, 計器数, SBO影響, 抽出パラメータ

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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

Table with 7 columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 監視パラメータの種類, 抽出パラメータの種類, 計器名称, 計器数, 監視パラメータの種類, 抽出パラメータの種類, SBO影響, 計器故障等, SBO

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

