

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		SBO影響		補助パラメータ		監視設備等	SBO	
			計器名称	計器数	SBO影響 （区分1超過電圧/区分2超過電圧/区分3超過電圧/区分4超過電圧）	SBO影響 （区分1超過電圧/区分2超過電圧/区分3超過電圧/区分4超過電圧）	計器名称				計器数
							計器名称	計器数			
事務的運転員による手動 (シリアタングメント) 【注B】監視 【注C】監視 【注D】監視 【注E】監視 【注F】監視 【注G】監視 【注H】監視 【注I】監視 【注J】監視 【注K】監視 【注L】監視 【注M】監視 【注N】監視 【注O】監視 【注P】監視 【注Q】監視 【注R】監視 【注S】監視 【注T】監視 【注U】監視 【注V】監視 【注W】監視 【注X】監視 【注Y】監視 【注Z】監視	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	

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

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		監視設備等	SBO
			計器名称	計器数	SBO影響 （区分1超過電圧/区分2超過電圧/区分3超過電圧/区分4超過電圧）	SBO影響 （区分1超過電圧/区分2超過電圧/区分3超過電圧/区分4超過電圧）		
非常時運転手 (シリアタングメント) 【注A】監視 【注B】監視 【注C】監視 【注D】監視 【注E】監視 【注F】監視 【注G】監視 【注H】監視 【注I】監視 【注J】監視 【注K】監視 【注L】監視 【注M】監視 【注N】監視 【注O】監視 【注P】監視 【注Q】監視 【注R】監視 【注S】監視 【注T】監視 【注U】監視 【注V】監視 【注W】監視 【注X】監視 【注Y】監視 【注Z】監視	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位

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		補助パラメータ		監視設備等	SBO
			計器名称	計器数	SBO影響 （区分1超過電圧/区分2超過電圧/区分3超過電圧/区分4超過電圧）	SBO影響 （区分1超過電圧/区分2超過電圧/区分3超過電圧/区分4超過電圧）		
非常時運転手 (シリアタングメント) 【注A】監視 【注B】監視 【注C】監視 【注D】監視 【注E】監視 【注F】監視 【注G】監視 【注H】監視 【注I】監視 【注J】監視 【注K】監視 【注L】監視 【注M】監視 【注N】監視 【注O】監視 【注P】監視 【注Q】監視 【注R】監視 【注S】監視 【注T】監視 【注U】監視 【注V】監視 【注W】監視 【注X】監視 【注Y】監視 【注Z】監視	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位

・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  
重大事故等対処のための手順等

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

対比手段	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	評価		
			計器名称	計器数	SBO 影響			計器名称	計器数	SBO 影響					
					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) 「炉内監視」 「炉内監視」 AM 設備別操作手順書 「炉内監視」による原 子炉注水」	原子炉圧 力監視へ の注水量 の注水量	原子炉圧 力監視	原子炉圧力監視 (ROR A 系代 替注水流量)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	水源である原子炉格納容器水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉圧力監視 (ROR B 系代 替注水流量)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
	補機監視 機能	補機監視	ディーゼル駆動ポンプ注 水の運転状態を確認する パラメータ	③											
	本部の備 用注水量	本部の備 用注水量	「緊急時対策本部」に確認	③											
			「緊急時対策本部」に確認	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

対比手段	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	評価	
			計器名称	計器数	SBO 影響			計器名称	計器数	SBO 影響				
					直後	直後				直後	直後			
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 力監視	原子炉圧 力監視	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	2	2	2	2	2	2	2	2	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
			原子炉圧 力監視	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
	原子炉圧 力監視	原子炉圧 力監視	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	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 力監視	原子炉圧 力監視	原子炉圧力 (燃料線)	2	2	2	2	2	2	2	2	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 力監視	原子炉圧 力監視	原子炉圧力 (SA 広帯域)	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 力監視	原子炉圧 力監視	原子炉圧力 (SA 燃料線)	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

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

対比手段	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	評価	
			計器名称	計器数	SBO 影響			計器名称	計器数	SBO 影響				
					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) 「炉内監視」 「炉内監視」 AM 設備別操作手順書 「炉内監視」による原 子炉注水」	原子炉圧 力監視	原子炉圧 力監視	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	2	2	2	2	2	2	2	2	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
			原子炉圧 力監視	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
	原子炉圧 力監視	原子炉圧 力監視	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	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 力監視	原子炉圧 力監視	原子炉圧力 (燃料線)	2	2	2	2	2	2	2	2	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 力監視	原子炉圧 力監視	原子炉圧力 (SA 広帯域)	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 力監視	原子炉圧 力監視	原子炉圧力 (SA 燃料線)	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

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		評価
			計器数	バロメータ 分類	計器数	バロメータ 分類	
事故時監視用(手動操作) 【DW制御】(シフト) 【EWS制御】	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	2	①	2	①	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	2	①	2	①	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	2	①	2	①	監視事項は主要バロメータにて確認	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	2	①	2	①	監視事項は主要バロメータにて確認	
異常発生時監視用(手動操作) 【DW制御】(シフト) 【EWS制御】	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	4	①	4	①	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	3	①	3	①	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	2	①	2	①	監視事項は主要バロメータにて確認	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	2	①	2	①	監視事項は主要バロメータにて確認	
異常発生時監視用(手動操作) 【DW制御】(シフト) 【EWS制御】	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	1	①	1	①	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	1	①	1	①	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	1	①	1	①	監視事項は主要バロメータにて確認	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	1	①	1	①	監視事項は主要バロメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 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	計器数	バロメータ 分類		
異常発生時監視用(手動操作) 【DW制御】(シフト) 【EWS制御】	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	18	①	18	①	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	2	①	2	①	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	2	①	2	①	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	2	①	2	①	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	2	①	2	①	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	2	①	2	①	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	2	①	2	①	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	2	①	2	①	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	2	①	2	①	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	2	①	2	①	監視事項は主要バロメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 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		評価
			計器数	バロメータ 分類	計器数	バロメータ 分類	
異常発生時監視用(手動操作) 【DW制御】(シフト) 【EWS制御】	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	2	①	2	①	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	2	①	2	①	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	2	①	2	①	監視事項は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視	2	①	2	①	監視事項は主要バロメータにて確認

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 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	抽出パラメータ 分類理由	評価							
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合			計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合	計器故障等	SBO		
対応手段 事故時運転規程手帳第 (シビアアクシデント) BPT(制御) BPT(制御) BPT(制御)	原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	3	3	1	①	-	原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(圧帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA)	1 3 2 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 原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和/中飽に なると想定し、飽和/中飽/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 の圧力	原子炉圧力	1	1	1	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力(圧帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA)	3 2 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 原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和/中飽にあ ると想定し、飽和/中飽/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
判断基準 (2 / 2)	電源	AM用直流125V充電器充電電 圧電圧	1	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	原子炉圧力容器温度	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 注水先の原子炉圧力の変化により、復水貯留槽水 位の代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		高圧代替注水系統流量 計注水流量	1	1	1	①	-	原子炉圧力容器温度	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 注水先の原子炉圧力の変化により、復水貯留槽水 位の代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
判断基準 (3 / 4)	電源	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	原子炉圧力	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 原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和/中飽に なると想定し、飽和/中飽/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	原子炉圧力	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 原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和/中飽に なると想定し、飽和/中飽/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
判断基準 (3 / 4)	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	原子炉圧力	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 原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和/中飽に なると想定し、飽和/中飽/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	2	2	2	①	-	原子炉圧力	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 原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和/中飽に なると想定し、飽和/中飽/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

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							
		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				
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(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 原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和/中飽に なると想定し、飽和/中飽/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	2	2	2	①	-	原子炉圧力	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 原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和/中飽に なると想定し、飽和/中飽/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	
判断基準 (3 / 4)	電源	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	原子炉圧力	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 原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和/中飽に なると想定し、飽和/中飽/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
		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	原子炉圧力	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 原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和/中飽に なると想定し、飽和/中飽/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
判断基準 (3 / 4)	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	原子炉圧力	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 原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和/中飽に なると想定し、飽和/中飽/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	2	2	2	①	-	原子炉圧力	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 原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和/中飽に なると想定し、飽和/中飽/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

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	対応手段	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							
			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				
緊急時運転規程手帳第 (シビアアクシデント) BPT(制御) BPT(制御) BPT(制御)	原子炉圧力	①	原子炉圧力(SA)	3	3	1	①	原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(圧帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA)	1 3 2 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 原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和/中飽に なると想定し、飽和/中飽/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 の圧力	原子炉圧力	1	1	1	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力(圧帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA)	3 2 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 原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和/中飽にあ ると想定し、飽和/中飽/圧力の関係から原子炉圧 力容器温度より代替監視可能
判断基準 (2 / 6)	電源	③	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	原子炉圧力	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 原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和/中飽に なると想定し、飽和/中飽/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	原子炉圧力	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 原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和/中飽に なると想定し、飽和/中飽/圧力の関係から原子炉圧 力容器温度より代替監視可能
判断基準 (3 / 4)	電源	③	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	原子炉圧力	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 原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和/中飽に なると想定し、飽和/中飽/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	2	2	2	①	-	原子炉圧力	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 原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和/中飽に なると想定し、飽和/中飽/圧力の関係から原子炉圧 力容器温度より代替監視可能



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

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	抽出パラメータを計測する計器		評価
			計器数	直後		計器数	直後	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント [BVI 制御] [BVI 制御])	原子炉圧 力降部へ の注水量	高圧代替注水系統流量	1	1	①	高圧代替注水系統流量	1	体感である高圧代替注水系統(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	③	高圧代替注水系統ポンプ吐出 力	1	
機電連動 機能	高圧代替注水系統タービン入口 圧力	高圧代替注水系統タービン排気 圧力	1	1	③	高圧代替注水系統の運転状 態を確認するパラメータ	1	
			1	1	③	高圧代替注水系統ポンプ吐出 力	1	
水部の腐 蝕	高圧代替注水系統流量	高圧代替注水系統流量	1	1	①	高圧代替注水系統流量	1	復水貯蔵槽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復水貯蔵槽水位の代替監視可 能
			1	1	①	高圧代替注水系統流量	1	
			1	1	①	高圧代替注水系統流量	1	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水 位を代替監視可能
			3	3	③	高圧代替注水系統流量	3	復水貯蔵槽水位により、復水貯蔵槽水位 が確保されていることを監視可能

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	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	抽出パラメータを計測する計器		評価	
		計器数	直後		計器数	直後		
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント [注水-1]) 等	高圧代替注水系統流量	1	1	①	高圧代替注水系統流量	1	体感である高圧代替注水系統(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		1	1	③	高圧代替注水系統ポンプ吐出 力	1		
機電連動 機能	高圧代替注水系統タービン入口 圧力	高圧代替注水系統タービン排気 圧力	1	1	③	高圧代替注水系統の運転状 態を確認するパラメータ	1	
			1	1	③	高圧代替注水系統ポンプ吐出 力	1	
水部の腐 蝕	高圧代替注水系統流量	高圧代替注水系統流量	1	1	①	高圧代替注水系統流量	1	復水貯蔵槽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復水貯蔵槽水位の代替監視可 能
			1	1	①	高圧代替注水系統流量	1	
			3	3	③	高圧代替注水系統流量	3	復水貯蔵槽水位により、復水貯蔵槽水位 が確保されていることを監視可能

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	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	抽出パラメータを計測する計器		評価	
		計器数	直後		計器数	直後		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント [注水-3a] [注水-3b]) 等	高圧代替注水系統流量	1	1	①	高圧代替注水系統流量	1	体感である高圧代替注水系統(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		1	1	③	高圧代替注水系統ポンプ吐出 力	1		
機電連動 機能	高圧代替注水系統タービン入口 圧力	高圧代替注水系統タービン排気 圧力	1	1	③	高圧代替注水系統の運転状 態を確認するパラメータ	1	
			1	1	③	高圧代替注水系統ポンプ吐出 力	1	
水部の腐 蝕	高圧代替注水系統流量	高圧代替注水系統流量	1	1	①	高圧代替注水系統流量	1	復水貯蔵槽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復水貯蔵槽水位の代替監視可 能
			1	1	①	高圧代替注水系統流量	1	
			3	3	③	高圧代替注水系統流量	3	復水貯蔵槽水位により、復水貯蔵槽水位 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

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, 監視レベル, 補助パラメータ, 計器名称, 計器数, SBO影響, 計器故障等, SBO. Includes items like 原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

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, 補助パラメータ, 計器名称, 計器数, SBO影響, 計器故障等, SBO. Includes items like 原子炉圧力, 原子炉圧力 (S.A), 低圧代替注水系統.

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: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 補助パラメータ, 計器名称, 計器数, SBO影響, 計器故障等, SBO. Includes items like 原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
・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, 直後, SBO影響, 補助パラメータ, 種類, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 補助パラメータ, 種類, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 補助パラメータ, 種類, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 補助パラメータ, 種類, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 補助パラメータ, 種類, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 補助パラメータ, 種類

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

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, 直後, SBO影響, 補助パラメータ, 種類, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 補助パラメータ, 種類, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 補助パラメータ, 種類, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 補助パラメータ, 種類

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  
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, 直後, SBO影響, 補助パラメータ, 種類, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 補助パラメータ, 種類, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 補助パラメータ, 種類, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 補助パラメータ, 種類

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	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
				計器数	SBO影響 区分1直電電源 を延命した場合		計器数	SBO影響 区分1直電電源 を延命した場合		計器数	SBO影響 区分1直電電源 を延命した場合		
手動時運転操作手順書 (シビアアクシデント 「注水」手順) AM設備別操作手順書 (注水)による原子炉注 水)	原子炉格納容器内溶融炉心放射線レベル(D/W)	2	1	1	0	①		原子炉圧力	2	0	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注水量	2	2	1	0	①		原子炉圧力 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(燃料域)	3	3	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) AM設備別操作手順書 (注水)による原子炉注 水)	原子炉圧力容器内の注水量	4	4	1	1	①		原子炉圧力 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(燃料域)	4	4	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の注水量	3	3	1	1	①		原子炉圧力 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(燃料域)	3	3	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 (注水)による原子炉注 水)	原子炉圧力容器内の注水量	2	2	1	1	①		原子炉圧力 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(燃料域)	2	2	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の注水量	2	2	1	1	①		原子炉圧力 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(燃料域)	2	2	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 (注水)による原子炉注 水)	原子炉圧力容器内の注水量	1	1	1	1	①		原子炉圧力 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(燃料域)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の注水量	1	1	1	1	①		原子炉圧力 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(燃料域)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 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	計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) AM設備別操作手順書 (注水)による原子炉注 水)	原子炉圧力容器への注水 量	2	2	①	-	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧力容器への注水 量	2	2	①	-	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	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 (注水)による原子炉注 水)	原子炉圧力容器内の注水量	4	4	①	-	4	原子炉圧力 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(燃料域)	4	4	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注水量	4	4	①	-	4	原子炉圧力 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(燃料域)	4	4	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	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	計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
手動時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水」手順) AM設備別操作手順書 (注水)による原子炉注 水)	原子炉格納容器下部の注水量	2	2	①	-	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/A)	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉格納容器下部の注水量	2	2	①	-	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	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 (注水)による原子炉注 水)	原子炉格納容器下部の注水量	4	4	①	-	4	原子炉圧力 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(燃料域)	4	4	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉格納容器下部の注水量	4	4	①	-	4	原子炉圧力 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(燃料域)	4	4	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	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 を任命した場合			計器数	SBO影響 区分I直流電源 を任命した場合			
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [RPV制御] [R/B制御]	電源	M/C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1	-	-	-
		P/C C-1電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1	-	-	-
AM設備別操作手順書 [CRDによる原子炉注 水]	補機監視 機能	直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態 を確認するパラメータ	1	1	-	-	-
		原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (A系のみ)	1	1	①	-	1	1	-	-	-
制御基準 (2 / 2)	水部の破 壊	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (B系)	1	1	①	-	1	1	-	-	-
		原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (C系)	1	1	①	-	1	1	-	-	-
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	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (D系)	1	1	①	-	1	1	-	-	-
		原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (E系)	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	補助パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	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-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	-	-	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 (S.A)	2	2	①	-	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
電源	電源	緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
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	緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 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	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				
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [注水-3 a] [注水-3 b] AM設備別操作手順書 [注水-3 a] [注水-3 b] 原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (注水-3 a) 原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (注水-3 b)	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 (注水-3 a)	4	4	①	-	4	4	4	4	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 監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (注水-3 b)	4	4	①	-	4	4	4	4	4
補機監視機能	補機監視機能	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (注水-3 a)	1	1	①	-	1	1	1	1	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 監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (注水-3 b)	1	1	①	-	1	1	1	1	1
水部の破壊	水部の破壊	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (注水-3 a)	1	1	①	-	1	1	1	1	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 監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (注水-3 b)	1	1	①	-	1	1	1	1	1



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

1.8 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償パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	計器取 直後	計器取 直後	計器名称	計器数	計器取 直後	計器取 直後	計器取 直後	計器取 直後
機体検査用出力監視 (シビアアクシデンツ) (RPM 制御) (圧力監視) AM 設備別操作手順書 (200 による原子炉注 水)	原子炉注 力装置外 の風速	原子炉注力装置風速	2	2	①	原子炉注力 装置外風速 (圧力監視)	3	3	1	1	原子炉注力装置外風速の監視は重要であり、監視可能な限り監視可能
	原子炉注 力装置へ冷却水供給 の注水量	原子炉注力装置冷却水供給流量	1	0	③	原子炉注力 装置へ冷却水供給 流量	3	3	1	1	原子炉注力装置へ冷却水供給流量の監視は重要であり、監視可能な限り監視可能
操作 (2 / 2)	原子炉注 力装置内 の水圧	原子炉注力装置内水圧	4	4	①	原子炉注力 装置内水圧 (圧力監視)	3	3	1	1	原子炉注力装置内水圧の監視は重要であり、監視可能な限り監視可能
	原子炉注 力装置内 の水圧	原子炉注力装置内水圧	1	1	①	原子炉注力 装置内水圧 (圧力監視)	1	1	1	1	原子炉注力装置内水圧の監視は重要であり、監視可能な限り監視可能

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

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償パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	計器取 直後	計器取 直後	計器名称	計器数	計器取 直後	計器取 直後	計器取 直後	計器取 直後
機 体 検 査 用 出 力 監視 (シビアアクシデンツ) (RPM 制御) (圧力監視) AM 設備別操作手順書 (200 による原子炉注 水)	原子炉注 力装置外 の風速	原子炉注力装置風速	2	2	①	原子炉注力 装置外風速 (圧力監視)	3	3	1	1	原子炉注力装置外風速の監視は重要であり、監視可能な限り監視可能
	原子炉注 力装置へ冷却水供給 の注水量	原子炉注力装置冷却水供給流量	1	0	③	原子炉注力 装置へ冷却水供給 流量	3	3	1	1	原子炉注力装置へ冷却水供給流量の監視は重要であり、監視可能な限り監視可能
操作 (2 / 2)	原子炉注 力装置内 の水圧	原子炉注力装置内水圧	4	4	①	原子炉注力 装置内水圧 (圧力監視)	3	3	1	1	原子炉注力装置内水圧の監視は重要であり、監視可能な限り監視可能
	原子炉注 力装置内 の水圧	原子炉注力装置内水圧	1	1	①	原子炉注力 装置内水圧 (圧力監視)	1	1	1	1	原子炉注力装置内水圧の監視は重要であり、監視可能な限り監視可能

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

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償パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	計器取 直後	計器取 直後	計器名称	計器数	計器取 直後	計器取 直後	計器取 直後	計器取 直後
機 体 検 査 用 出 力 監視 (シビアアクシデンツ) (RPM 制御) (圧力監視) AM 設備別操作手順書 (200 による原子炉注 水)	原子炉注 力装置外 の風速	原子炉注力装置風速	2	2	①	原子炉注力 装置外風速 (圧力監視)	3	3	1	1	原子炉注力装置外風速の監視は重要であり、監視可能な限り監視可能
	原子炉注 力装置へ冷却水供給 の注水量	原子炉注力装置冷却水供給流量	1	0	③	原子炉注力 装置へ冷却水供給 流量	3	3	1	1	原子炉注力装置へ冷却水供給流量の監視は重要であり、監視可能な限り監視可能
操作 (2 / 6)	原子炉注 力装置内 の水圧	原子炉注力装置内水圧	4	4	①	原子炉注力 装置内水圧 (圧力監視)	3	3	1	1	原子炉注力装置内水圧の監視は重要であり、監視可能な限り監視可能
	原子炉注 力装置内 の水圧	原子炉注力装置内水圧	1	1	①	原子炉注力 装置内水圧 (圧力監視)	1	1	1	1	原子炉注力装置内水圧の監視は重要であり、監視可能な限り監視可能

・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

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, items, and monitoring parameters. Includes sections for '抽出パラメータを計測する計器' and '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

Table with columns for countermeasures, items, and monitoring parameters. Includes sections for '抽出パラメータを計測する計器' and '抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器'.

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 countermeasures, items, and monitoring parameters. Includes sections for '抽出パラメータを計測する計器' and '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

項目	分類	計器名称	抽出バラムータを計測する計器		補助バラムータ 分類理由	計器数	計器名称		計器数		計器故障等		SBO		
			計器数	直後			計器数	直後	計器故障等	SBO					
事故時運転手手順書 (シリアクティブメント) 「炉心冷却」 「炉心監視」 「炉心監視」 AM設備別操作手順書 「RCP緊急注水」  別添 表1 (2) (2)	M/C B電圧	1	1	③	非常用M/Cの電圧異常を 検知するバラムータ	1	区分局直送電源 を短絡した場合	1	区分局直送電源 を短絡した場合	1	区分局直送電源 を短絡した場合				
	P/C B-1電圧	1	1	③	非常用P/Cの電圧異常を 検知するバラムータ	1	区分局直送電源 を短絡した場合	1	区分局直送電源 を短絡した場合	1	区分局直送電源 を短絡した場合				
	直電12号主母線電圧	1	1	③	直電異常検知用電圧異常 を監視するバラムータ	1	1	1	1	1	1				
	水源の確保 (1) 1 1 1 1 1 ① (2) 1 1 1 1 1 ①	低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可動ライン用) (広帯域) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A燃料域) 原子炉水位 (S/A燃料域)	低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	1			
			低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可動ライン用)	2	2	0	0	2	2	0	0	0	0		
			原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (燃料域)	3	3	1	1	3	3	1	1	3	3		
			原子炉水位 (S/A燃料域)	2	2	1	1	2	2	1	1	2	2		
			原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
			低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
			低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可動ライン用)	2	2	0	0	2	2	0	0	2	2		
			監視事項は主要バ ラムータにて確認												

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

項目	分類	抽出バラムータを計測する計器		補助バラムータ 分類理由	計器数	計器名称		計器数		計器故障等	SBO		
		計器数	直後			計器数	直後	計器故障等	SBO				
事故時運転手 手順書 (シリアク ティブメント) 「注水-1」 AM設備別操 作手順書  水源の確保 (2) 3 (3) 3	低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可動ライン用) (広帯域) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A燃料域) 原子炉水位 (S/A燃料域)	低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1			
		低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可動ライン用)	2	2	0	0	2	2	0	0	0		
		原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
		原子炉水位 (燃料域)	3	3	1	1	3	3	1	1	3		
		原子炉水位 (S/A燃料域)	2	2	1	1	2	2	1	1	2		
		原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
		低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
		低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可動ライン用)	2	2	0	0	2	2	0	0	2		
		監視事項は主要バ ラムータにて確認											

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

項目	分類	抽出バラムータを計測する計器		補助バラムータ 分類理由	計器数	計器名称		計器数		計器故障等	SBO		
		計器数	直後			計器数	直後	計器故障等	SBO				
事故時運転手 手順書 (シリアク ティブメント) 「注水-3 a」 AM設備別操 作手順書 「炉心監視」 「炉心監視」 AM設備別操 作手順書 「炉心監視」 「炉心監視」 AM設備別操 作手順書 「炉心監視」 「炉心監視」	低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可動ライン用) (広帯域) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A燃料域) 原子炉水位 (S/A燃料域)	低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1			
		低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可動ライン用)	2	2	0	0	2	2	0	0	0		
		原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
		原子炉水位 (燃料域)	3	3	1	1	3	3	1	1	3		
		原子炉水位 (S/A燃料域)	2	2	1	1	2	2	1	1	2		
		原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
		低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
		低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可動ライン用)	2	2	0	0	2	2	0	0	2		
		監視事項は主要バ ラムータにて確認											

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	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分組理由	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 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	
対応手段 1. 2.	原子炉圧力 調整 異常	原子炉圧力 (S/A)	4	1	①	原子炉圧力 (S/A)	1	1	原子炉圧力 (S/A) と換熱器出口圧力 (S/A) の差圧から原子炉圧力調整の偏差を推定可能 ①: 重要監視パラメータ
			3	1	①	原子炉圧力 (S/A)	1	1	原子炉圧力 (S/A) と換熱器出口圧力 (S/A) の差圧から原子炉圧力調整の偏差を推定可能 ①: 重要監視パラメータ
			2	1	①	原子炉圧力 (S/A)	1	1	原子炉圧力 (S/A) と換熱器出口圧力 (S/A) の差圧から原子炉圧力調整の偏差を推定可能 ①: 重要監視パラメータ
1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	1	1	原子炉圧力 (S/A) と換熱器出口圧力 (S/A) の差圧から原子炉圧力調整の偏差を推定可能 ①: 重要監視パラメータ	
2	原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	1	1	原子炉圧力 (S/A) と換熱器出口圧力 (S/A) の差圧から原子炉圧力調整の偏差を推定可能 ①: 重要監視パラメータ	

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熔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 分組理由	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 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	
1.8.2.2 熔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 c. 代替凍結冷却系による原子炉圧力容器への注水 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 の放射線 量率	原子炉格納容器内放射線線モニタ (D/W)	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線モニタを計測することができ、監視可能	
			2	2	-	格納容器雰囲気放射線線モニタ (S/W)	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線線モニタを計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力 調整 異常	原子炉圧力 調整 異常	原子炉圧力 (S/A)	4	4	①	原子炉圧力 (S/A)	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力調整の偏差を推定可能 ①: 重要監視パラメータ
			原子炉圧力 (S/A)	4	4	①	原子炉圧力 (S/A)	1	1	原子炉圧力 (S/A) と換熱器出口圧力 (S/A) の差圧から原子炉圧力調整の偏差を推定可能 ①: 重要監視パラメータ
	<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>									

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	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分組理由	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 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				
										原 因	原 因	
対応手段 1. 2.	原子炉格納容器内 の放射線 量率	原子炉格納容器内放射線線モニタ (D/W)	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線モニタを計測することができ、監視可能			
			2	2	-	格納容器雰囲気放射線線モニタ (S/W)	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線線モニタを計測することができ、監視可能			
			原子炉圧力 (S/A)	4	4	①	原子炉圧力 (S/A)	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力調整の偏差を推定可能 ①: 重要監視パラメータ		
			原子炉圧力 (S/A)	4	4	①	原子炉圧力 (S/A)	1	1	原子炉圧力 (S/A) と換熱器出口圧力 (S/A) の差圧から原子炉圧力調整の偏差を推定可能 ①: 重要監視パラメータ		
			原子炉圧力 (S/A)	4	4	①	原子炉圧力 (S/A)	1	1	原子炉圧力 (S/A) と換熱器出口圧力 (S/A) の差圧から原子炉圧力調整の偏差を推定可能 ①: 重要監視パラメータ		
			<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>									

・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	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータを計測する計器		評価				
			計器数	抽出バロメータ 分類理由	計器数	抽出バロメータ 分類理由	計器設備等	SBO			
炉心冷却 手動運転 (シビアアクシデント) [注水-3 a] AM 運転開始時監視 [注水-3 b] AM 運転開始時監視 [注水-3 c] AM 運転開始時監視 [注水-3 d]	原子炉圧 力降下への 注水量	原子炉圧 力降下への 注水量	1	0	1	①	1	1	1	水源である炉水貯留槽水位(SA)の水位変化により代 替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認	
	格納容器 力降下への 注水量	格納容器 力降下への 注水量	1	0	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
格納容器 力降下への 注水量	格納容器 力降下への 注水量	格納容器 力降下への 注水量	1	0	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
	格納容器 力降下への 注水量	格納容器 力降下への 注水量	1	0	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 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		抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータを計測する計器		評価	
			計器数	抽出バロメータ 分類理由	計器数	抽出バロメータ 分類理由	計器数	抽出バロメータ 分類理由		
炉心冷却 手動運転 (シビアアクシデント) [注水-3 a] AM 運転開始時監視 [注水-3 b] AM 運転開始時監視 [注水-3 c] AM 運転開始時監視 [注水-3 d]	原子炉圧 力降下への 注水量	原子炉圧 力降下への 注水量	1	0	1	①	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
	格納容器 力降下への 注水量	格納容器 力降下への 注水量	1	0	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	計器数	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータを計測する計器		評価
				計器数	抽出バロメータ 分類理由	計器数	抽出バロメータ 分類理由	計器数	抽出バロメータ 分類理由	
炉心冷却 手動運転 (シビアアクシデント) [注水-3 a] AM 運転開始時監視 [注水-3 b] AM 運転開始時監視 [注水-3 c] AM 運転開始時監視 [注水-3 d]	原子炉圧 力降下への 注水量	原子炉圧 力降下への 注水量	1	0	1	①	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
	格納容器 力降下への 注水量	格納容器 力降下への 注水量	1	0	1	①	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認

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



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: Item, Category, Instrument Name, Instrument Type, Instrument Division, Instrument Classification, Instrument Group, Instrument Count, Instrument Status, Instrument Name, Instrument Division, Instrument Classification, Instrument Group, Instrument Count, Instrument Status, Instrument Name, Instrument Division, Instrument Classification, Instrument Group, Instrument Count, Instrument Status, Instrument Name, Instrument Division, Instrument Classification, Instrument Group, Instrument Count, Instrument Status. Sub-headers include: 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, 評価.

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

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, 計器数, 直後, SBO影響, SBO影響, 計器数, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, SBO影響, 計器数, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, SBO影響, 計器数, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, SBO影響. Sub-headers include: 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, 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

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	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) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 (4 / 4)	サブレーション・プ ール水位	1	1	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出 圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	計器故障等 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
		高圧代替注水系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出 圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1 2 1 1 3 1 1 2 1 1 1 3 1	1 2 1 1 0 0 1 1 2 1 1 0 0 0 0	1 2 1 1 0 0 1 1 2 1 1 0 0 0 0	1 2 1 1 0 0 1 1 2 1 1 0 0 0 0	計器故障等 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			

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	パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
				直後	SBO影響 負荷切り離し後			計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 「注水-3a」 「注水-3b」 AM設備別操作手順書 「注水-3a」 「注水-3b」 原子炉隔離時冷却系 大流量注水車によるハプス タル水位	原子炉格納容 器内の水位	原子炉格納容 器内の水位	4	4	4	①	①	1	1	1	原子炉格納容器下部へ注水している系統の注水流量上 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 器内の水位	4	4	4	①	①	2	2	2	原子炉格納容器下部へ注水している系統の注水流量上 り代替監視可能	監視事項は主要パラ メータにて確認
操作 2 / 2	原子炉格納容 器内の水位	原子炉格納容 器内の水位	2	2	2	②	②	1	1	1	大流量注水車によるハプスタル水位の水位変化より 代替監視可能	監視事項は主要パラ メータにて確認
		原子炉格納容 器内の水位	2	2	2	②	②	3	3	3	大流量注水車によるハプスタル水位の水位変化より 代替監視可能	監視事項は主要パラ メータにて確認
補機監視機能 水源の確保	補機監視機能 水源の確保	大流量注水車ポンプ出口圧力	1	1	1	③	③	1	1	1	大流量注水車ポンプ出口圧力の水位変化より 代替監視可能	監視事項は主要パラ メータにて確認
		大流量注水車ポンプ出口圧力	1	1	1	③	③	4	4	4	大流量注水車ポンプ出口圧力の水位変化より 代替監視可能	監視事項は主要パラ メータにて確認

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	項目	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの種類		抽出パラメータの種類		抽出パラメータの種類		評価
		計器名	計器数	計器名	計器数	計器名	計器数	計器名	計器数	
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) 原子炉力発電所への注水 * 抽出パラメータ監視項目による原子炉力発電所への注水 (注水-1) AM設備別操作手順書	原子炉圧力	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.) 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 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.) 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 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.) 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 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.) 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 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.) 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 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.) 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 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.) 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 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.) 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 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.) 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 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.) 監視事項は抽出パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 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		抽出パラメータの種類		抽出パラメータの種類		抽出パラメータの種類		評価
		計器名	計器数	計器名	計器数	計器名	計器数	計器名	計器数	
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) 原子炉力発電所への注水 * 抽出パラメータ監視項目による原子炉力発電所への注水 (注水-1) AM設備別操作手順書	原子炉圧力	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.) 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 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.) 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 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.) 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 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.) 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 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.) 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 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.) 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 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.) 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 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.) 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 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.) 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 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.) 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

1.8 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		補助バラムメータを計測する計器		計器名称	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	SBO
	計器数	負荷切り直し後	計器数	負荷切り直し後		計器数	負荷切り直し後		
異常時運転手順書(シビアアクシデン ト)「注水-1」 等 AM設備の操 作手順書	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	系統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	監視事項は抽出バラムメータにて確認
	原子炉圧力監視内の圧力				原子炉圧力 (広帯域)	2	2	原子炉圧力監視内の圧力を監視可能	
	原子炉圧力				原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	分岐伝送による検定し、監視可能	
	原子炉圧力				原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	温度/圧力の関係から原子炉圧力を監視可能	
	原子炉圧力				原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	温度より監視可能	
	原子炉圧力				原子炉圧力	2	2	系統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 (SA)	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	原子炉圧力監視内の圧力を監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	分岐伝送による検定し、監視可能	
	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	温度/圧力の関係から原子炉圧力を監視可能	
	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	温度より監視可能	
操作 2 2	サブプレッシャ・プール水位	1	1		サブプレッシャ・プール水位	1	1	サブプレッシャ・プールの水位の変化より、代替監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	系統除去に必要な注水量と原子炉圧力の変化より、代替監視可能	
	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	分岐伝送による検定し、監視可能	
	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	温度/圧力の関係から原子炉圧力を監視可能	
	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	温度より監視可能	
	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力	2	2	系統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 (SA)	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	分岐伝送による検定し、監視可能	
	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	温度/圧力の関係から原子炉圧力を監視可能	
	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	温度より監視可能	
	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	温度より監視可能	
監視監視 2 2	原子炉圧力	1	1		原子炉圧力	1	1	系統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	1	1		原子炉圧力 (広帯域)	1	1	分岐伝送による検定し、監視可能	
	原子炉圧力	1	1		原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	温度/圧力の関係から原子炉圧力を監視可能	
	原子炉圧力	1	1		原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	温度より監視可能	
	原子炉圧力	1	1		原子炉圧力	1	1	系統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	1	1		原子炉圧力 (広帯域)	1	1	分岐伝送による検定し、監視可能	
	原子炉圧力	1	1		原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	温度/圧力の関係から原子炉圧力を監視可能	
	原子炉圧力	1	1		原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	温度より監視可能	
	原子炉圧力	1	1		原子炉圧力	1	1	系統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	1	1		原子炉圧力 (広帯域)	1	1	分岐伝送による検定し、監視可能	

①: 重要監視バラムメータ, ②: 有別監視バラムメータ, ③: 補助バラムメータ

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	抽出バラムメータを計測する計器		補助バラムメータを計測する計器		計器名称	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	SBO
	計器数	負荷切り直し後	計器数	負荷切り直し後		計器数	負荷切り直し後		
異常時運転手順書(シビアアクシデン ト)「注水-1」 等 AM設備の操 作手順書	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	系統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	監視事項は抽出バラムメータにて確認
	原子炉圧力				原子炉圧力 (広帯域)	2	2	原子炉圧力監視内の圧力を監視可能	
	原子炉圧力				原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	分岐伝送による検定し、監視可能	
	原子炉圧力				原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	温度/圧力の関係から原子炉圧力を監視可能	
	原子炉圧力				原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	温度より監視可能	
	原子炉圧力				原子炉圧力	2	2	系統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 (SA)	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	分岐伝送による検定し、監視可能	
	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	温度/圧力の関係から原子炉圧力を監視可能	
	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	温度より監視可能	
	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	温度より監視可能	
監視監視 2 2	原子炉圧力	1	1		原子炉圧力	1	1	系統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	1	1		原子炉圧力 (広帯域)	1	1	分岐伝送による検定し、監視可能	
	原子炉圧力	1	1		原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	温度/圧力の関係から原子炉圧力を監視可能	
	原子炉圧力	1	1		原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	温度より監視可能	
	原子炉圧力	1	1		原子炉圧力	1	1	系統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	1	1		原子炉圧力 (広帯域)	1	1	分岐伝送による検定し、監視可能	
	原子炉圧力	1	1		原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	温度/圧力の関係から原子炉圧力を監視可能	
	原子炉圧力	1	1		原子炉圧力 (SA広帯域)	1	1	温度より監視可能	
	原子炉圧力	1	1		原子炉圧力	1	1	系統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	1	1		原子炉圧力 (広帯域)	1	1	分岐伝送による検定し、監視可能	

①: 重要監視バラムメータ, ②: 有別監視バラムメータ, ③: 補助バラムメータ

・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	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 溶融炉心のパデスタル (ドライウエル部) 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														
非常時運転手 順書Ⅲ (シビ アアクシデン ト) 「注水-1J」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の放射線 濃度	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 (S/C)	2	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
		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 (D/W)	2	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	4	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 1	2 2 2 1 1 1	2 2 2 1 1 1	2 2 2 1 1 1	原子炉水位から原子炉圧力容器内が過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	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	4	①	-	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	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

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								
				直後	SBO影響 負荷切り離し後	補助パラメータ 分類理由	計器名称		計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後					
												計器故障等	SBO			
非常時運転手 順書Ⅲ (注水-1J) AM設備別操作手順書 IFPACによる原子炉注水																
異常時運転手 順書Ⅲ (注水-1J) AM設備別操作手順書 IFPACによる原子炉注水	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力容器内の水位	1	1	1	①	-	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		高圧原子炉代用計本体温度	1	1	1	1	1									
		代用計本体温度 (常設)	1	1	1	1	1									
		低圧原子炉代用計本体温度 (換熱器用)	2	2	2	2	2									
		原子炉圧力容器下部の温度	1	1	1	1	1									
		原子炉圧力容器下部の温度	1	1	1	1	1									
		原子炉圧力容器下部の温度	1	1	1	1	1									
		原子炉圧力容器下部の温度	1	1	1	1	1									
		原子炉圧力容器下部の温度	1	1	1	1	1									
		原子炉圧力容器下部の温度	1	1	1	1	1									
		原子炉圧力容器下部の温度	1	1	1	1	1									
		原子炉圧力容器下部の温度	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	補助パラメータ	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	直後			負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後	
異常時運転手 (シフトアップメント) [注水-1] 等 AM設備別機 作手編成	原子炉水位 (広帯 域) 原子炉水位 (燃料 域)	原子炉水位 (広帯 域) 原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①	-	-	-	原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
									原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	
									低圧代替注水系統流量	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 の注水流量と潜熱除去による蒸 気量より原子炉水位の代替監視 が可能
									低圧代替注水系統原子炉注水流量	1	1	
									低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	
									低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	
									低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	
									低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	
									低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	
									低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	
原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	2	2	①	-	-	-	原子炉圧力 (S/A)	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S/A) 及び炉内圧力から原子炉圧力容器の 水位を推定可能
									炉内圧力 (S/A)	2	2	
									炉内圧力 (S/A)	2	2	
									炉内圧力 (S/A)	2	2	
									炉内圧力 (S/A)	2	2	
									炉内圧力 (S/A)	2	2	
									炉内圧力 (S/A)	2	2	
									炉内圧力 (S/A)	2	2	
									炉内圧力 (S/A)	2	2	
									炉内圧力 (S/A)	2	2	
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	-	-	-	原子炉水位 (S/A広帯域)	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 の注水流量と潜熱除去による蒸 気量より原子炉水位の代替監視 が可能
									原子炉水位 (S/A燃料域)	2	2	
									低圧代替注水系統流量	1	1	
									低圧代替注水系統原子炉注水流量	1	1	
									低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	
									低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	
									低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	
									低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	
									低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	
									低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	

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	直後	負荷切り直し後	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	抽出パラメータを計測する計器		評価				
														計器数	直後		負荷切り直し後			
異常時運転手 (シフトアップメント) [注水-2] 等 AM設備別機 作手編成 [HYPACによる原子炉注 水]	原子炉圧力 容器内の圧力	2	2	1	①	-	-	-	-	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	直線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 (広帯域)	2	2	
																	原子炉水位 (燃料域)	2	2	
																	原子炉水位 (S/A)	1	1	
																	原子炉圧力容器温度 (S A)	2	2	
																	原子炉圧力	2	2	
																	原子炉水位 (広帯域)	2	2	
																	原子炉水位 (燃料域)	2	2	
																	原子炉水位 (S/A)	1	1	
																	原子炉圧力容器温度 (S A)	2	2	
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	-	-	-	-	原子炉水位 (S/A広帯域)	2	2	2	2	2	直線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 (S/A燃料域)	2	2	
																	低圧代替注水系統流量	1	1	
																	低圧代替注水系統原子炉注水流量	1	1	
																	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	
																	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	
																	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	
																	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	
																	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	
																	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	

・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 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等		
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設備別機 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	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 原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると判定し、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	SBO 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉圧力 (S A)	2	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 原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると判定し、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	
		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	直流125V主母線 B電圧	直流125V主母線 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	-	-	-	-	-
		水源の確保 する過水貯蔵タンク水 位	1	0	0	③	保状態を確認す るパラメータ	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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 非常時運転手 順書 III (シビ リアクシデン ト) 「注水-2」 等 AM設備別機 作手順書 【H/PACによる原子炉 圧】	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 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価				
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後					
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	SBO	原子炉圧力	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 原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると判定し、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	SBO 監視事項は抽 出パラメータ にて確認			
			原子炉圧力 (S A)	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 原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると判定し、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			
			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	直流125V主母線 B電圧	直流125V主母線 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	-	-	-	-	-
					水源の確保 する過水貯蔵タンク水 位	1	0	0	③	保状態を確認す るパラメータ	-	-	-	-	-
			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	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	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判定し、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	SBO 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
						原子炉圧力 (S A)	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 原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると判定し、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
			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	監視事項は主要パ ラメータにて確認	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	-	-	-
			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	監視事項は主要パ ラメータにて確認	直流125V主母線 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	-	-	-	-
						水源の確保 する過水貯蔵タンク水 位	1	0	0	③	保状態を確認す 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	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ		抽出バロ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	計器故障等	SRD
対応手段 非常時操作要領書 (シビアアクシデント) [注水-1] [注水-2] AM設備維持要領書 (MTRACによる原子炉注 水)	原子炉圧力 容器内の水位	2	原子炉水位 (広帯 域)	2	原子炉水位 (広帯 域)	1	原子炉水位 (S.A.広 域)	1	原子炉圧力容器へ注水している系 に注水している場合、監視可能 監視事項は抽出バロメータ にて確認
		2	原子炉水位 (広帯 域)	2	原子炉水位 (広帯 域)	1	原子炉水位 (S.A.広 域)	1	原子炉圧力容器へ注水している系 に注水している場合、監視可能 監視事項は抽出バロメータ にて確認
		2	原子炉水位 (広帯 域)	2	原子炉水位 (広帯 域)	1	原子炉水位 (S.A.広 域)	1	原子炉圧力容器へ注水している系 に注水している場合、監視可能 監視事項は抽出バロメータ にて確認
		2	原子炉水位 (広帯 域)	2	原子炉水位 (広帯 域)	1	原子炉水位 (S.A.広 域)	1	原子炉圧力容器へ注水している系 に注水している場合、監視可能 監視事項は抽出バロメータ にて確認
		2	原子炉水位 (広帯 域)	2	原子炉水位 (広帯 域)	1	原子炉水位 (S.A.広 域)	1	原子炉圧力容器へ注水している系 に注水している場合、監視可能 監視事項は抽出バロメータ にて確認
		2	原子炉水位 (広帯 域)	2	原子炉水位 (広帯 域)	1	原子炉水位 (S.A.広 域)	1	原子炉圧力容器へ注水している系 に注水している場合、監視可能 監視事項は抽出バロメータ にて確認
		2	原子炉水位 (広帯 域)	2	原子炉水位 (広帯 域)	1	原子炉水位 (S.A.広 域)	1	原子炉圧力容器へ注水している系 に注水している場合、監視可能 監視事項は抽出バロメータ にて確認
		2	原子炉水位 (広帯 域)	2	原子炉水位 (広帯 域)	1	原子炉水位 (S.A.広 域)	1	原子炉圧力容器へ注水している系 に注水している場合、監視可能 監視事項は抽出バロメータ にて確認
		2	原子炉水位 (広帯 域)	2	原子炉水位 (広帯 域)	1	原子炉水位 (S.A.広 域)	1	原子炉圧力容器へ注水している系 に注水している場合、監視可能 監視事項は抽出バロメータ にて確認
		2	原子炉水位 (広帯 域)	2	原子炉水位 (広帯 域)	1	原子炉水位 (S.A.広 域)	1	原子炉圧力容器へ注水している系 に注水している場合、監視可能 監視事項は抽出バロメータ にて確認
2	原子炉水位 (広帯 域)	2	原子炉水位 (広帯 域)	1	原子炉水位 (S.A.広 域)	1	原子炉圧力容器へ注水している系 に注水している場合、監視可能 監視事項は抽出バロメータ にて確認		

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	分類	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ		抽出バロ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	計器故障等	SRD
対応手段 非常時操作要領書 (シビアアクシデント) [注水-1] [注水-2] AM設備維持要領書 (MTRACによる原子炉注 水)	原子炉圧力 容器内の水位	2	原子炉水位 (広帯 域)	2	原子炉水位 (広帯 域)	1	原子炉水位 (S.A.広 域)	1	原子炉圧力容器へ注水している系 に注水している場合、監視可能 監視事項は抽出バロメータ にて確認
		2	原子炉水位 (広帯 域)	2	原子炉水位 (広帯 域)	1	原子炉水位 (S.A.広 域)	1	原子炉圧力容器へ注水している系 に注水している場合、監視可能 監視事項は抽出バロメータ にて確認
		2	原子炉水位 (広帯 域)	2	原子炉水位 (広帯 域)	1	原子炉水位 (S.A.広 域)	1	原子炉圧力容器へ注水している系 に注水している場合、監視可能 監視事項は抽出バロメータ にて確認
		2	原子炉水位 (広帯 域)	2	原子炉水位 (広帯 域)	1	原子炉水位 (S.A.広 域)	1	原子炉圧力容器へ注水している系 に注水している場合、監視可能 監視事項は抽出バロメータ にて確認
		2	原子炉水位 (広帯 域)	2	原子炉水位 (広帯 域)	1	原子炉水位 (S.A.広 域)	1	原子炉圧力容器へ注水している系 に注水している場合、監視可能 監視事項は抽出バロメータ にて確認
		2	原子炉水位 (広帯 域)	2	原子炉水位 (広帯 域)	1	原子炉水位 (S.A.広 域)	1	原子炉圧力容器へ注水している系 に注水している場合、監視可能 監視事項は抽出バロメータ にて確認
		2	原子炉水位 (広帯 域)	2	原子炉水位 (広帯 域)	1	原子炉水位 (S.A.広 域)	1	原子炉圧力容器へ注水している系 に注水している場合、監視可能 監視事項は抽出バロメータ にて確認
		2	原子炉水位 (広帯 域)	2	原子炉水位 (広帯 域)	1	原子炉水位 (S.A.広 域)	1	原子炉圧力容器へ注水している系 に注水している場合、監視可能 監視事項は抽出バロメータ にて確認
		2	原子炉水位 (広帯 域)	2	原子炉水位 (広帯 域)	1	原子炉水位 (S.A.広 域)	1	原子炉圧力容器へ注水している系 に注水している場合、監視可能 監視事項は抽出バロメータ にて確認
		2	原子炉水位 (広帯 域)	2	原子炉水位 (広帯 域)	1	原子炉水位 (S.A.広 域)	1	原子炉圧力容器へ注水している系 に注水している場合、監視可能 監視事項は抽出バロメータ にて確認

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



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 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		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		評価
		計器数	計器名称		計器数	計器名称	
対応手段 非正常運転手 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	2	原子炉圧力 (S A)	-	原子炉圧力 (S A)	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	原子炉水位 (広帯域)	①	原子炉水位 (広帯域)	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	原子炉水位 (燃料域)	①	原子炉水位 (燃料域)	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 出パラメータにて確認
		1	原子炉水位 (S A広帯域)	①	原子炉水位 (S A広帯域)	1	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
		1	原子炉水位 (S A燃料域)	①	原子炉水位 (S A燃料域)	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
		4	原子炉圧力容器温度	①	原子炉圧力容器温度	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
		2	原子炉圧力	①	原子炉圧力	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 出パラメータにて確認
		2	原子炉水位 (燃料域)	①	原子炉水位 (燃料域)	2	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
		1	原子炉水位 (S A広帯域)	①	原子炉水位 (S A広帯域)	1	サブレンジョン・プール水位の水 位変化より、残留熱除去系系統流 量の代替監視可能
		2	原子炉水位 (S A燃料域)	①	原子炉水位 (S A燃料域)	2	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
操作 (2/2)	原子炉圧 力容器へ の注水量	1	残留熱除去系系統流 量	-	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	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
		1	消火系の運転状 態を確認するパ ラメータ	③	消火系の運転状 態を確認するパ ラメータ	1	-
		1	代幹冷却水の循 体状態を確認す るパラメータ	③	代幹冷却水の循 体状態を確認す るパラメータ	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	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		評価
		計器数	計器名称		計器数	計器名称	
対応手段 非正常運転手 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	2	原子炉圧力 (S A)	-	原子炉圧力 (S A)	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	原子炉水位 (広帯域)	①	原子炉水位 (広帯域)	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	原子炉水位 (燃料域)	①	原子炉水位 (燃料域)	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 出パラメータにて確認
		1	原子炉水位 (S A広帯域)	①	原子炉水位 (S A広帯域)	1	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
		1	原子炉水位 (S A燃料域)	①	原子炉水位 (S A燃料域)	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
		4	原子炉圧力容器温度	①	原子炉圧力容器温度	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
		2	原子炉圧力	①	原子炉圧力	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 出パラメータにて確認
		2	原子炉水位 (燃料域)	①	原子炉水位 (燃料域)	2	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
		1	原子炉水位 (S A広帯域)	①	原子炉水位 (S A広帯域)	1	サブレンジョン・プール水位の水 位変化より、残留熱除去系系統流 量の代替監視可能
		2	原子炉水位 (S A燃料域)	①	原子炉水位 (S A燃料域)	2	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
操作 (2/2)	原子炉圧 力容器へ の注水量	1	残留熱除去系系統流 量	-	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	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
		1	消火系の運転状 態を確認するパ ラメータ	③	消火系の運転状 態を確認するパ ラメータ	1	-
		1	代幹冷却水の循 体状態を確認す るパラメータ	③	代幹冷却水の循 体状態を確認す るパラメータ	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	監視パラメータ										
		抽出パラメータを計測する計器					補助パラメータ					
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	分類	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後
1.8.2.2 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	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
非常時運転手順書III（シビリアリアン）「注水-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力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	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
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA)	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より代替監視可能
		原子炉圧力容器入口温度	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	0	-	残留熱除去系熱交換器入口温度	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	監視パラメータ											
		抽出パラメータを計測する計器					補助パラメータ						
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 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	直後	SBO影響 負荷切り離し後		
緊急時運転手順書III（シビリアリアン）「注水-1」 「注水-2」 AM設備別操作手順書 HTPACIによる原子炉注水	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	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	
		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	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
		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 (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
AM設備別操作手順書	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	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	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	
		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	

・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			評価				
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO			
非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) [注水-1] 等 AM設備別機 作手順書	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	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	2	2	2	原子炉水位(広帯域)	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判定し、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		
		原子炉圧力	2	2	2	原子炉水位(SA広帯域)	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判定し、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		
		M/C 2C電圧	1	1	1	③	原子炉圧力	2	2	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	
		P/C 2C電圧	1	1	1	③	原子炉水位(広帯域)	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判定し、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	
		M/C 2D電圧	1	1	1	③	原子炉水位(燃料域)	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判定し、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	
		P/C 2D電圧	1	1	1	③	原子炉水位(SA燃料域)	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判定し、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	
		電圧125V主母線盤2 A電圧	1	1	1	③	原子炉圧力	2	2	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	
		電圧125V主母線盤2 B電圧	1	1	1	③	原子炉水位(広帯域)	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判定し、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	
		水の漏れ	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	③	原子炉圧力	2	2	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

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			評価				
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO			
緊急時 運転手 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) [注水-1] [注水-2] AM設備別機 作手順書 [HYPACによる原子炉圧 力]	水の漏れ	原子炉圧力	1	1	①	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		
		原子炉水位	1	1	1	①	原子炉水位	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判定し、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	
		原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉水位	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判定し、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	
		原子炉水位	1	1	1	①	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	
		原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉水位	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判定し、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	
		原子炉水位	1	1	1	①	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	
		原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉水位	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判定し、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	
		原子炉水位	1	1	1	①	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	
		原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉水位	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判定し、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	
		原子炉水位	1	1	1	①	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	

・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	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
		計器数	事後	負荷切り継ぎ後	分断理由	計器数	事後	負荷切り継ぎ後	計器設備等	
対応手段 非常時運転手 監視員(シフト) アタランデン (注水-1) 等 AMは個別機 作手継ぎ	原子炉圧力 力容器内の 水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	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)	2	2	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	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	原子炉圧力 (広帯域)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	原子炉圧力 (燃料域)	1	1	1	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)	1	1	①	原子炉圧力 (S.A.広帯域)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力 (S.A.燃料域)	1	1	①	原子炉圧力 (S.A.燃料域)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力 (S.A.)	2	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	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	原子炉圧力 (広帯域)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力 (燃料域)	2	2	①	原子炉圧力 (燃料域)	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

1.8 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

対応手段	項目	項目	計器数	計器名	抽出パラメータ 分断理由	抽出パラメータを計測する計器				評価
						計器数	事後	負荷切り継ぎ後	分断理由	
1.8.2.2 溶融炉心の原子炉格納容器下部への低下遅延・防止のための対応手順 (注水-1) 等 AMは個別機作手継ぎ 注水-1による原子炉注水	原子炉圧力 力容器内の 温度	原子炉圧力 力容器内の 温度	2	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	原子炉圧力 (燃料域)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	原子炉圧力 (燃料域)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	原子炉圧力 (燃料域)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	原子炉圧力 (燃料域)	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

・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	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り直し後	計器故障等	SBO
非常時運転手 アラート 「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	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	成膜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 (燃料域)	2	2	1	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	
							原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1		
							原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1		
							原子炉圧力容器温度	4	4	4		
							原子炉圧力	2	2	1		
							原子炉水位 (広帯域)	2	2	1		
							原子炉水位 (燃料域)	2	2	1		
							原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1		
							原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1		
原子炉圧 力容器へ の注水量	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	サブレーション・プール水位	1	1	1	サブレーション・プール水位の水位変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
							原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	崩壊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	
補機監視 機能	補機監視 機能	復水移送ポンプ吐出 ヘッド圧力	1	1	0	③						
							復水貯蔵タンク水位	2	0	0		
水源の備 保	水源の備 保	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	③						
							補給水系の運転 状態を確認する パラメータ					

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 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			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
			計器数	直後	SBO影響 負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り直し後	計器故障等	SBO
非常時運転手 アラート 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉水位	1	1	0	③	原子炉水位 (SA)	1	1	1	成膜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	監視事項は抽出パラメータにて確認	
							高圧原子炉代用注水流量	1	1	1			
							代用注水流量 (常設)	1	1	1			
							原子炉水位 (燃料域)	2	2	2			
							原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1			
							原子炉圧力容器温度	4	4	4			
							原子炉圧力	2	2	1			
							原子炉水位 (広帯域)	2	2	1			
							原子炉水位 (燃料域)	2	2	1			
							原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1			
補機監視 機能	補機監視 機能	復水移送ポンプ吐出 ヘッド圧力	1	1	0	③							
							復水貯蔵タンク水位	2	0	0			
水源の備 保	水源の備 保	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	③							
							補給水系の運転 状態を確認する パラメータ						

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 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										
	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	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圧力容器への注水											
非常時運転手 マニュアル （シビ ア） 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モニタ (D/W)	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
	原子炉圧力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 (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	原子炉圧力容器温度	4	4	4	①	原子炉圧力 容器内の温度	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	原子炉圧力容器温度	4	4	4	①	原子炉圧力 容器内の温度	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

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										
	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
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圧力容器への注水											
非常時運転手 マニュアル （シビ ア） 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モニタ (D/W)	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
	原子炉圧力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 (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	原子炉圧力容器温度	4	4	4	①	原子炉圧力 容器内の温度	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	原子炉圧力容器温度	4	4	4	①	原子炉圧力 容器内の温度	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	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		抽出パラメータを計測する計器		評価
		計器数	直後	計器名	分類	計器数	直後	
対応手段 非常時操作要領書 (シリアクアメント) アブタクアデン 「注水-1」 等 AM設備切替 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位 (2、4)	2	2	原子炉水位 (圧力 感測器)	①	1	1	系統別に原子炉圧力容器内の水位 を計測することにより、監視可能
		2	2	原子炉水位 (燃料 感測器)	①	1	1	原子炉圧力容器へ注入している系 の注水流量と燃料感測器の出力を 比較し、注水流量が燃料感測器の 出力より原子炉水位の代替監視 が可能
		2	2	原子炉水位 (圧力 感測器)	①	1	1	原子炉圧力容器へ注入している系 の注水流量と燃料感測器の出力を 比較し、注水流量が燃料感測器の 出力より原子炉水位の代替監視 が可能
		2	2	原子炉水位 (圧力 感測器)	①	1	1	原子炉圧力容器へ注入している系 の注水流量と燃料感測器の出力を 比較し、注水流量が燃料感測器の 出力より原子炉水位の代替監視 が可能
		2	2	原子炉水位 (圧力 感測器)	①	1	1	原子炉圧力容器へ注入している系 の注水流量と燃料感測器の出力を 比較し、注水流量が燃料感測器の 出力より原子炉水位の代替監視 が可能
		2	2	原子炉水位 (圧力 感測器)	①	1	1	原子炉圧力容器へ注入している系 の注水流量と燃料感測器の出力を 比較し、注水流量が燃料感測器の 出力より原子炉水位の代替監視 が可能
		2	2	原子炉水位 (圧力 感測器)	①	1	1	原子炉圧力容器へ注入している系 の注水流量と燃料感測器の出力を 比較し、注水流量が燃料感測器の 出力より原子炉水位の代替監視 が可能
		2	2	原子炉水位 (圧力 感測器)	①	1	1	原子炉圧力容器へ注入している系 の注水流量と燃料感測器の出力を 比較し、注水流量が燃料感測器の 出力より原子炉水位の代替監視 が可能
		2	2	原子炉水位 (圧力 感測器)	①	1	1	原子炉圧力容器へ注入している系 の注水流量と燃料感測器の出力を 比較し、注水流量が燃料感測器の 出力より原子炉水位の代替監視 が可能
		2	2	原子炉水位 (圧力 感測器)	①	1	1	原子炉圧力容器へ注入している系 の注水流量と燃料感測器の出力を 比較し、注水流量が燃料感測器の 出力より原子炉水位の代替監視 が可能

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	計器名	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ	抽出パラメータを計測する計器	評価
				計器数	直後			
非常時操作要領書 (シリアクアメント) 「注水-1」 等 AM設備切替作 手順書 (SILCによる原子炉 注水)	電源	C-メータタラ母線電圧	1	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態 を確認するパラメータ	①直感監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ
		D-メータタラ母線電圧	1	1	1	③	非常用低圧母線の受電状態 を確認するパラメータ	
		C-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	非常用低圧母線のロードセ ンタ受電状態を確認する パラメータ	
		D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	非常用低圧母線のロードセ ンタ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

1.8 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 直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
対応手段 非常時運転手 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	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位(広帯域)	2	2	1	①	-	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	原子炉水位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	
		原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	-	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	
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1	-	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	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(SA燃料域)	1	1	1	1	-	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	原子炉水位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	
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	1	1	1	-	-		
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	1	1	1	-	-		
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	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	計器数	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	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
				計器数	SBO影響 直後		計器数	SBO影響 負荷切り離し後			
対応手段 非常時運転手 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 AM設備別操 作手順書 ISLICによる原子炉圧 力	原子炉圧力 力容器内 の圧力	原子炉圧力	1	1	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	
		原子炉水位(広帯域)	1	1	1	1	原子炉水位(広帯域)	1	1	1	原子炉水位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
		原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	原子炉水位(燃料域)	2	2	2	原子炉水位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
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	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(SA燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	原子炉水位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
		緊急用M/C電圧	緊急用M/C電圧	1	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	-
		緊急用P/C電圧	緊急用P/C電圧	1	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	-
		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	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	-
		原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	2	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
		原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	原子炉水位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
		原子炉水位(燃料域)	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	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
		原子炉水位(SA広帯域)	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	原子炉水位(SA広帯域)	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(SA燃料域)	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	原子炉水位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

・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		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 (4 / 4)	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	1	1	1	サプレッション・チェーンを水源として 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	
		代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	2	2	2	2	2	2		サプレッション・チェーンを水源とす るポンプの吐出圧力により、サプレッ 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系統流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
		高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0	0	0	0	0	0		
		残習熱除去系統流量	3	0	0	0	0	0	0	0	0		
		低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0	0	0	0	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		
		代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	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		
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0	0	0	0	0	0	0	0		
残習熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	0	0	0	0	0	0				
低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0	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

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 判別基準 (注水-1) 等 AM設備別操 作手順書	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		計器故障等	SBO		
				直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後				
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 (注水-1) AM設備別操作手順書 (注水-1) (注水-1) (注水-1) (注水-1) (注水-1) (注水-1) (注水-1) (注水-1) (注水-1)	水源の確 保 (4 / 4)	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	サプレッション・チェーンを水源として 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	
		代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2		サプレッション・チェーンを水源とす るポンプの吐出圧力により、サプレッ 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系統流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
		高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0		
		残習熱除去系統流量	3	0	0	0	0	0	0	0	0	0		
		低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0	0	0	0	0	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		
		代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	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		
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0		
残習熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	0	0	0	0	0	0	0				
低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0				

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.8 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		排出パラメータ		排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	計器数	直後	負荷切り直し後	計器名称	分類	計器数	直後	負荷切り直し後	評価	
異常時運転手 監視員(シビ アタクンデン ト) 注水-1) 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器外 の水位 (1 2 3)	原子炉水位 (広帯 域)	①	2	2	2	2	原子炉水位 (S A, 広帯 域)	①	2	2	原子炉水位 (S A, 広帯域)の 水位を計測することができ、監視可能	監視事項は主監視 パラメータにて確認 可能
		原子炉水位 (広帯 域)	②	2	2	2	原子炉水位 (S A, 広帯域)	②	2	2	2	原子炉水位 (S A, 広帯域)の 水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉水位 (広帯 域)	③	2	2	2	原子炉水位 (S A, 広帯域)	③	2	2	2	原子炉水位 (S A, 広帯域)の 水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉水位 (広帯 域)	④	2	2	2	原子炉水位 (S A, 広帯域)	④	2	2	2	原子炉水位 (S A, 広帯域)の 水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉水位 (広帯 域)	⑤	2	2	2	原子炉水位 (S A, 広帯域)	⑤	2	2	2	原子炉水位 (S A, 広帯域)の 水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉水位 (広帯 域)	⑥	2	2	2	原子炉水位 (S A, 広帯域)	⑥	2	2	2	原子炉水位 (S A, 広帯域)の 水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉水位 (広帯 域)	⑦	2	2	2	原子炉水位 (S A, 広帯域)	⑦	2	2	2	原子炉水位 (S A, 広帯域)の 水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉水位 (広帯 域)	⑧	2	2	2	原子炉水位 (S A, 広帯域)	⑧	2	2	2	原子炉水位 (S A, 広帯域)の 水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉水位 (広帯 域)	⑨	2	2	2	原子炉水位 (S A, 広帯域)	⑨	2	2	2	原子炉水位 (S A, 広帯域)の 水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉水位 (広帯 域)	⑩	2	2	2	原子炉水位 (S A, 広帯域)	⑩	2	2	2	原子炉水位 (S A, 広帯域)の 水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉水位 (広帯 域)	⑪	2	2	2	原子炉水位 (S A, 広帯域)	⑪	2	2	2	原子炉水位 (S A, 広帯域)の 水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉水位 (広帯 域)	⑫	2	2	2	原子炉水位 (S A, 広帯域)	⑫	2	2	2	原子炉水位 (S A, 広帯域)の 水位を計測することができ、監視可能	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.8 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 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
				計器数	直後				負荷切り直し後	計器数		直後
異常時運転手 監視員(シビ アタクンデン 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 (1 2 3)	原子炉圧力 容器内の圧力	1	0	0	①	①	原子炉圧力 (S A, 広 帯域)	①	1	1	原子炉圧力 (S A, 広帯域)の 圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力 容器内の圧力	2	2	2	②	②	原子炉圧力 (S A, 広帯域)	②	2	2	原子炉圧力 (S A, 広帯域)の 圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力 容器内の圧力	2	2	2	③	③	原子炉圧力 (S A, 広帯域)	③	2	2	原子炉圧力 (S A, 広帯域)の 圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力 容器内の圧力	2	2	2	④	④	原子炉圧力 (S A, 広帯域)	④	2	2	原子炉圧力 (S A, 広帯域)の 圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力 容器内の圧力	2	2	2	⑤	⑤	原子炉圧力 (S A, 広帯域)	⑤	2	2	原子炉圧力 (S A, 広帯域)の 圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力 容器内の圧力	2	2	2	⑥	⑥	原子炉圧力 (S A, 広帯域)	⑥	2	2	原子炉圧力 (S A, 広帯域)の 圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力 容器内の圧力	2	2	2	⑦	⑦	原子炉圧力 (S A, 広帯域)	⑦	2	2	原子炉圧力 (S A, 広帯域)の 圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力 容器内の圧力	2	2	2	⑧	⑧	原子炉圧力 (S A, 広帯域)	⑧	2	2	原子炉圧力 (S A, 広帯域)の 圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力 容器内の圧力	2	2	2	⑨	⑨	原子炉圧力 (S A, 広帯域)	⑨	2	2	原子炉圧力 (S A, 広帯域)の 圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力 容器内の圧力	2	2	2	⑩	⑩	原子炉圧力 (S A, 広帯域)	⑩	2	2	原子炉圧力 (S A, 広帯域)の 圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力 容器内の圧力	2	2	2	⑪	⑪	原子炉圧力 (S A, 広帯域)	⑪	2	2	原子炉圧力 (S A, 広帯域)の 圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力 容器内の圧力	2	2	2	⑫	⑫	原子炉圧力 (S A, 広帯域)	⑫	2	2	原子炉圧力 (S A, 広帯域)の 圧力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

1.8 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		計器名称	抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価				
		分類	パラメータ				分類	直後			直後	計器数	計器故障等	
非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン) [注水-1] 等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力	原子炉圧力	①	2	2	1	2	2	2	2	原子炉圧力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	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	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力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	監視事項は抽出パラメータにて確認		
	原子炉圧力容器への注水量	高圧代替注水系統の注水量	原子炉水位 (広帯域)	①	1	1	1	1	1	1	1	炉水位の変化より、高圧代替注水系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		常設高圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	原子炉水位 (広帯域)	①	1	1	1	1	1	1	1	炉水位の変化より、高圧代替注水系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	補機監視機能	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	サブレーション・プール水位	サブレーション・プール水位	-	1	1	1	1	1	1	サブレーション・プール水位の水位変化より、高圧代替注水系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			原子炉水位 (広帯域)	原子炉水位 (広帯域)	-	2	2	2	2	2	2	2	炉水位の変化より、高圧代替注水系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉水位 (S.A.広帯域)	原子炉水位 (S.A.広帯域)	-	1	1	1	1	1	1	1	炉水位の変化より、高圧代替注水系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉水位 (S.A.燃料域)	原子炉水位 (S.A.燃料域)	-	1	1	1	1	1	1	1	炉水位の変化より、高圧代替注水系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

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	補助パラメータ	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価				
			直後	直後			直後	直後						
			計器数	計器数			計器数	計器数						
1.8.2.2 溶融炉心の原子炉格納容器下部への冷却手順・既設の対応手順 1.8.2.3 溶融炉心の原子炉格納容器下部への冷却手順・既設の対応手順 1.8.2.4 溶融炉心の原子炉格納容器下部への冷却手順・既設の対応手順	原子炉圧力	原子炉圧力	①	2	2	1	2	2	2	原子炉圧力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	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	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力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	監視事項は抽出パラメータにて確認			
	原子炉圧力容器への注水量	高圧代替注水系統の注水量	原子炉水位 (広帯域)	①	1	1	1	1	1	1	炉水位の変化より、高圧代替注水系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		常設高圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	原子炉水位 (広帯域)	①	1	1	1	1	1	1	炉水位の変化より、高圧代替注水系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
	補機監視機能	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	サブレーション・プール水位	サブレーション・プール水位	-	1	1	1	1	1	1	サブレーション・プール水位の水位変化より、高圧代替注水系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			原子炉水位 (広帯域)	原子炉水位 (広帯域)	-	2	2	2	2	2	2	2	炉水位の変化より、高圧代替注水系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉水位 (S.A.広帯域)	原子炉水位 (S.A.広帯域)	-	1	1	1	1	1	1	1	炉水位の変化より、高圧代替注水系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉水位 (S.A.燃料域)	原子炉水位 (S.A.燃料域)	-	1	1	1	1	1	1	1	炉水位の変化より、高圧代替注水系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

・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 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・プールの水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			1	1	①	-	代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	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・プールの水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			1	1	①	-	原子炉隔離時冷却系系統流量	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・プールの水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	①	-	原子炉隔離時冷却系系統流量	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・プールの水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	①	-	残留熱除去系系統流量	3	0	0	0	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・プールの水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	①	-	低圧炉心スプレイン系系統流量	1	0	0	0	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・プールの水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	①	-	常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	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・プールの水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	①	-	原子炉圧力(SA)	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・プールの水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	①	-	原子炉水位(広帯域)	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・プールの水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	1	①	-	原子炉水位(燃料域)	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・プールの水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

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	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	
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・プールの水位の代替監視可能		
			1	1	①	-	代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	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・プールの水位の代替監視可能	
			1	1	①	-	原子炉隔離時冷却系系統流量	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・プールの水位の代替監視可能
			1	1	①	-	原子炉隔離時冷却系系統流量	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・プールの水位の代替監視可能
			1	1	①	-	残留熱除去系系統流量	3	0	0	0	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・プールの水位の代替監視可能
			1	1	①	-	低圧炉心スプレイン系系統流量	1	0	0	0	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・プールの水位の代替監視可能
			1	1	①	-	常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	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・プールの水位の代替監視可能
			1	1	①	-	原子炉圧力(SA)	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・プールの水位の代替監視可能
			1	1	①	-	原子炉水位(広帯域)	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・プールの水位の代替監視可能
			1	1	①	-	原子炉水位(燃料域)	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・プールの水位の代替監視可能

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

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 溶融炉心のベデスタル(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	-	-	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
	原子炉圧力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	①	-	-	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)「注水-1」等 判断基準(1/3) 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	4	4	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より代替監視可能
	原子炉圧力容器入口温度	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	-	-	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 溶融炉心のベデスタル(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	-	-	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
	原子炉圧力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	①	-	-	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)「注水-1」等 判断基準(1/3) 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	4	4	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より代替監視可能
	原子炉圧力容器入口温度	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	-	-	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 判 断 基 準 ( ／ 4 )	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	抽出バロメータ 分類理由	計器数	計器名称	計器故障等	SDO			
対応手段 事故時操作要領書 (シニアアクションプラン) 「注水-1」 「注水-2」 AM設備別操作要領書 「CRDによる原子炉注 水」	1	1	③	原子炉水位 (広帯 域)	-	原子炉水位 (S.A.広 帯域)	原子炉水位 (S.A.広帯域)	計器故障等	1	原子炉水位計の故障 による監視不能は、監視可能 な状態より原子炉水位の代替監視 による監視可能		
				原子炉水位 (燃料 槽)		原子炉水位 (S.A.燃 料槽)	原子炉水位 (S.A.燃料槽)	計器故障等			1	原子炉水位計の故障 による監視不能は、監視可能 な状態より原子炉水位の代替監視 による監視可能
判 断 基 準 ( ／ 4 )	2	1	③	原子炉圧力	-	原子炉圧力 (S.A.)	原子炉圧力 (S.A.)	計器故障等	1	原子炉圧力計の故障による監視 不能は、監視可能な状態より原子 炉圧力の代替監視による監視可能		
				原子炉圧力 (広帯 域)		原子炉圧力 (S.A.広 帯域)	原子炉圧力 (S.A.広帯域)	計器故障等			1	原子炉圧力計の故障による監視 不能は、監視可能な状態より原子 炉圧力の代替監視による監視可能
				原子炉圧力 (燃料 槽)		原子炉圧力 (S.A.燃 料槽)	原子炉圧力 (S.A.燃料槽)	計器故障等			1	原子炉圧力計の故障による監視 不能は、監視可能な状態より原子 炉圧力の代替監視による監視可能
				原子炉圧力 (燃料 槽)		原子炉圧力 (S.A.燃 料槽)	原子炉圧力 (S.A.燃料槽)	計器故障等			1	原子炉圧力計の故障による監視 不能は、監視可能な状態より原子 炉圧力の代替監視による監視可能
				原子炉圧力 (燃料 槽)		原子炉圧力 (S.A.燃 料槽)	原子炉圧力 (S.A.燃料槽)	計器故障等			1	原子炉圧力計の故障による監視 不能は、監視可能な状態より原子 炉圧力の代替監視による監視可能
				原子炉圧力 (燃料 槽)		原子炉圧力 (S.A.燃 料槽)	原子炉圧力 (S.A.燃料槽)	計器故障等			1	原子炉圧力計の故障による監視 不能は、監視可能な状態より原子 炉圧力の代替監視による監視可能
				原子炉圧力 (燃料 槽)		原子炉圧力 (S.A.燃 料槽)	原子炉圧力 (S.A.燃料槽)	計器故障等			1	原子炉圧力計の故障による監視 不能は、監視可能な状態より原子 炉圧力の代替監視による監視可能
				原子炉圧力 (燃料 槽)		原子炉圧力 (S.A.燃 料槽)	原子炉圧力 (S.A.燃料槽)	計器故障等			1	原子炉圧力計の故障による監視 不能は、監視可能な状態より原子 炉圧力の代替監視による監視可能
				原子炉圧力 (燃料 槽)		原子炉圧力 (S.A.燃 料槽)	原子炉圧力 (S.A.燃料槽)	計器故障等			1	原子炉圧力計の故障による監視 不能は、監視可能な状態より原子 炉圧力の代替監視による監視可能
				原子炉圧力 (燃料 槽)		原子炉圧力 (S.A.燃 料槽)	原子炉圧力 (S.A.燃料槽)	計器故障等			1	原子炉圧力計の故障による監視 不能は、監視可能な状態より原子 炉圧力の代替監視による監視可能
				原子炉圧力 (燃料 槽)		原子炉圧力 (S.A.燃 料槽)	原子炉圧力 (S.A.燃料槽)	計器故障等			1	原子炉圧力計の故障による監視 不能は、監視可能な状態より原子 炉圧力の代替監視による監視可能
				原子炉圧力 (燃料 槽)		原子炉圧力 (S.A.燃 料槽)	原子炉圧力 (S.A.燃料槽)	計器故障等			1	原子炉圧力計の故障による監視 不能は、監視可能な状態より原子 炉圧力の代替監視による監視可能
				原子炉圧力 (燃料 槽)		原子炉圧力 (S.A.燃 料槽)	原子炉圧力 (S.A.燃料槽)	計器故障等			1	原子炉圧力計の故障による監視 不能は、監視可能な状態より原子 炉圧力の代替監視による監視可能
				原子炉圧力 (燃料 槽)		原子炉圧力 (S.A.燃 料槽)	原子炉圧力 (S.A.燃料槽)	計器故障等			1	原子炉圧力計の故障による監視 不能は、監視可能な状態より原子 炉圧力の代替監視による監視可能
				原子炉圧力 (燃料 槽)		原子炉圧力 (S.A.燃 料槽)	原子炉圧力 (S.A.燃料槽)	計器故障等			1	原子炉圧力計の故障による監視 不能は、監視可能な状態より原子 炉圧力の代替監視による監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	項目 判 断 基 準 ( ／ 4 )	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	抽出バロメータ 分類理由	計器数	計器名称	計器故障等	SDO			
判 断 基 準 ( ／ 4 )	1	1	③	C-メタラ母線電圧	-	C-メタラ母線電圧	C-メタラ母線電圧	計器故障等	1	C-メタラ母線電圧計の故障による監視 不能は、監視可能な状態よりC-メ タラ母線電圧の代替監視による監視 可能		
				D-メタラ母線電圧		D-メタラ母線電圧	D-メタラ母線電圧	計器故障等			1	D-メタラ母線電圧計の故障による監視 不能は、監視可能な状態よりD-メ タラ母線電圧の代替監視による監視 可能
				C-ロードセントラ母線電圧		C-ロードセントラ母線電圧	C-ロードセントラ母線電圧	計器故障等			1	C-ロードセントラ母線電圧計の故障 による監視不能は、監視可能な状態 よりC-ロードセントラ母線電圧の代 替監視による監視可能
				D-ロードセントラ母線電圧		D-ロードセントラ母線電圧	D-ロードセントラ母線電圧	計器故障等			1	D-ロードセントラ母線電圧計の故障 による監視不能は、監視可能な状態 よりD-ロードセントラ母線電圧の代 替監視による監視可能
				原子炉補給冷却系常用風量		原子炉補給冷却系常用風量	原子炉補給冷却系常用風量	計器故障等			1	原子炉補給冷却系常用風量計の故障 による監視不能は、監視可能な状態 より原子炉補給冷却系常用風量の代 替監視による監視可能
				復水貯蔵タンク水位		復水貯蔵タンク水位	復水貯蔵タンク水位	計器故障等			1	復水貯蔵タンク水位計の故障による 監視不能は、監視可能な状態より復 水貯蔵タンク水位の代替監視による 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				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン ト) 「注水-1」 等	電源	緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

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	SBO影響		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						
				直後	負荷切り離し後			計器故障等	SBO					
										直後	負荷切り離し後			
対応手段 緊急時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン ト) 「注水-2」 AN(溶融炉心冷却) 「注水-2」による炉心注 水)	原子炉圧力 容器内の水	[原子炉本体(標準値)] [原子炉本体(広帯域)] [原子炉本体(燃料棒)]	3 2 2	0 1 1	① ① ①	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	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
								原子炉圧力容器下部の水位	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
								原子炉圧力容器下部の水位	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
								原子炉圧力容器下部の水位	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
								原子炉圧力容器下部の水位	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
								原子炉圧力容器下部の水位	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
								原子炉圧力容器下部の水位	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
								原子炉圧力容器下部の水位	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
								原子炉圧力容器下部の水位	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
								原子炉圧力容器下部の水位	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	

・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	監視パラメータ		抽出パラメータ		抽出パラメータ		評価
		計器名称	計器数	分組理由	計器名称	計器数	分組理由	
対応手段 非常時運転手 監視員(シフト) AM(監視員)による原子炉内 水)	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉水位 (広帯域)	2	①	原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	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	監視パラメータ		抽出パラメータ		抽出パラメータ		評価
		計器名称	計器数	分組理由	計器名称	計器数	分組理由	
対応手段 非常時運転手 監視員(シフト) AM(監視員)による原子炉内 水)	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉水位 (広帯域)	2	①	原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	1	1	1
		原子炉水位 (燃料)	2	①	原子炉水位 (S/A燃料)	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	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	原子炉圧力 (S A)	2	2	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	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 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圧力	原子炉圧力 (S A)	2	2	2	①	原子炉圧力 (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	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 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より代替監視可能	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	-	-	-	-		
	ほう酸水注入ポンプ吐出圧力	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	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	監視パラメータ				評価	
				直後	負荷切り離し後		計器名称	計器数	SBO影響			
									直後	負荷切り離し後		
対応手段 事故時操作手順書 「注水-1」 「注水-2」 AM設備別操作手順書 「CRDによる原子炉注水」	原子炉圧力	原子炉圧力 (S A)	2	2	1	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	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)	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)	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 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より代替監視可能
	ほう酸水注入ポンプ吐出圧力	ほう酸水注入ポンプ吐出圧力	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	-	-	-	-	

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

項目	対応手段	抽出パワメータを計測する計器			抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器			計器
		分類	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器	
機器の状態 (注水-1) AM設備の稼働状況 (注水-2) [CRDによる原子炉注水]	①重要監視パワメータ、②有効監視パワメータ、③補助パワメータ	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器温度 (S/A)	2	原子炉圧力	2	計器取扱い等	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の稼働状態によるとして、和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視事項は主要パワメータにて確認
		機器監視機能	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力 (SA)	1	計器取扱い等	
機器の状態	①	原子炉圧力容器へ注水	原子炉圧力	2	原子炉圧力 (SA)	2	計器取扱い等	負荷切リ直し後 ① 1 ② 1 ③ 2
		機器監視機能	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力 (SA)	1	計器取扱い等	
機器の状態	②	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力 (SA)	1	計器取扱い等	負荷切リ直し後 ① 1 ② 2
機器の状態	③	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (SA)	2	計器取扱い等	負荷切リ直し後 ① 1 ② 2 ③ 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熔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

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重要監視アラーム、②有効監視アラーム、③補助アラーム、④重要アラーム

項目	分類	計器名称	抽出アラームを計器とする計器			抽出アラームの代替アラームを計器とする計器	評価			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遅延・停止のための対応手順 (1)原子炉圧力容器への注水 (2)原子炉圧力容器に注水 (3)原子炉圧力容器に注水 (4)原子炉圧力容器に注水 (5)原子炉圧力容器に注水	原子炉格納容器下部の放射線モニタ (注水-2)	格納容器下部放射線モニタ (注水-2)	2	2	1	18	0	0	0	0	0	監視事項は主要アラームにて確認	
	原子炉格納容器下部の放射線モニタ (注水-2)	格納容器下部放射線モニタ (注水-2)	2	2	1	18	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対応手順	原子炉格納容器下部の放射線モニタ (注水-2)	原子炉格納容器下部の放射線モニタ (注水-2)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の放射線モニタ (注水-2)より代替監視可能	
		原子炉格納容器下部の放射線モニタ (注水-2)	2	2	2	2	2	2	2	2	2		原子炉格納容器下部の放射線モニタ (注水-2)より代替監視可能
		原子炉格納容器下部の放射線モニタ (注水-2)	2	2	2	2	2	2	2	2	2		
	原子炉格納容器下部の放射線モニタ (注水-2)	原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力	2	2	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の放射線モニタ (注水-2)より代替監視可能
		原子炉格納容器下部の放射線モニタ (注水-2)	原子炉格納容器下部の放射線モニタ (注水-2)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の放射線モニタ (注水-2)より代替監視可能
原子炉格納容器下部の放射線モニタ (注水-2)	原子炉格納容器下部の放射線モニタ (注水-2)	原子炉格納容器下部の放射線モニタ (注水-2)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の放射線モニタ (注水-2)より代替監視可能	
	原子炉格納容器下部の放射線モニタ (注水-2)	原子炉格納容器下部の放射線モニタ (注水-2)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の放射線モニタ (注水-2)より代替監視可能	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 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重要監視ハラムータ、②有効監視ハラムータ、③補助ハラムータ

項目	分類	計器名称	計器数		ハラムータ 分類	補助ハラムータ 分類理由	計器数		計器名称	計器数		計器
			計器数	負荷切り離し後			計器数	負荷切り離し後		計器数	負荷切り離し後	
検査時検査員検査 (シリアアラブシフト) (注1) (注2) AMEの指示による検査 (F.L.S.K.ポンプによる原 子炉注水)	原子炉圧力降 下部の水位	[原子炉圧力降 下部の水位 (監視機)] 原子炉圧力降 (広帯域) 原子炉水位 (燃料機)	2	2			2	2	原子炉圧力降 下部の水位	2	2	計器
	原子炉圧力降 下部の水位	[原子炉圧力降 下部の水位 (監視機)] 原子炉圧力降 (広帯域) 原子炉水位 (燃料機)	2	2	① ① ①	---	2	2	原子炉圧力降 下部の水位	2	2	計器
	原子炉圧力降 下部の水位	[原子炉圧力降 下部の水位 (監視機)] 原子炉圧力降 (広帯域) 原子炉水位 (燃料機)	2	2	① ① ①	---	2	2	原子炉圧力降 下部の水位	2	2	計器
	原子炉圧力降 下部の水位	[原子炉圧力降 下部の水位 (監視機)] 原子炉圧力降 (広帯域) 原子炉水位 (燃料機)	2	2	① ① ①	---	2	2	原子炉圧力降 下部の水位	2	2	計器
	原子炉圧力降 下部の水位	[原子炉圧力降 下部の水位 (監視機)] 原子炉圧力降 (広帯域) 原子炉水位 (燃料機)	2	2	① ① ①	---	2	2	原子炉圧力降 下部の水位	2	2	計器
	原子炉圧力降 下部の水位	[原子炉圧力降 下部の水位 (監視機)] 原子炉圧力降 (広帯域) 原子炉水位 (燃料機)	2	2	① ① ①	---	2	2	原子炉圧力降 下部の水位	2	2	計器
	原子炉圧力降 下部の水位	[原子炉圧力降 下部の水位 (監視機)] 原子炉圧力降 (広帯域) 原子炉水位 (燃料機)	2	2	① ① ①	---	2	2	原子炉圧力降 下部の水位	2	2	計器
	原子炉圧力降 下部の水位	[原子炉圧力降 下部の水位 (監視機)] 原子炉圧力降 (広帯域) 原子炉水位 (燃料機)	2	2	① ① ①	---	2	2	原子炉圧力降 下部の水位	2	2	計器
	原子炉圧力降 下部の水位	[原子炉圧力降 下部の水位 (監視機)] 原子炉圧力降 (広帯域) 原子炉水位 (燃料機)	2	2	① ① ①	---	2	2	原子炉圧力降 下部の水位	2	2	計器
	原子炉圧力降 下部の水位	[原子炉圧力降 下部の水位 (監視機)] 原子炉圧力降 (広帯域) 原子炉水位 (燃料機)	2	2	① ① ①	---	2	2	原子炉圧力降 下部の水位	2	2	計器
	原子炉圧力降 下部の水位	[原子炉圧力降 下部の水位 (監視機)] 原子炉圧力降 (広帯域) 原子炉水位 (燃料機)	2	2	① ① ①	---	2	2	原子炉圧力降 下部の水位	2	2	計器
	原子炉圧力降 下部の水位	[原子炉圧力降 下部の水位 (監視機)] 原子炉圧力降 (広帯域) 原子炉水位 (燃料機)	2	2	① ① ①	---	2	2	原子炉圧力降 下部の水位	2	2	計器
	原子炉圧力降 下部の水位	[原子炉圧力降 下部の水位 (監視機)] 原子炉圧力降 (広帯域) 原子炉水位 (燃料機)	2	2	① ① ①	---	2	2	原子炉圧力降 下部の水位	2	2	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

1.8 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	分組	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	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
			計器数	直後	負荷印可働し後			計器数	直後	負荷印可働し後	
対応手段 緊急時対応要領書 〔注水-1〕シグナル 〔注水-2〕 AW直連制御操作要領書 AW直連制御ボンプによる原 子炉注水	電源	緊急用メタタク電圧	1	1	1	緊急用メタタクの受電状態 を確認するパラメータ	緊急用メタタク電圧	1	1	1	
		SAロードセンタ母線電圧	1	1	1	SAロードセンタの受電状 態を確認するパラメータ	SAロードセンタ電圧	1	1	1	
判断基準 (4 / 4)	水源の確保	低圧原子炉代替注水水位	1	1	1	—	代替注水流量 (常設)	1	1	1	低圧原子炉代替注水機能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低圧原子炉代替注 水機能を監視可能
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	—	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	低圧原子炉代替注水機能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低圧原子炉代替注 水機能を監視可能
		原子炉水位 (SA)	1	1	1	—	原子炉水位 (SA)	1	1	1	注水量の原子炉水位の変化により、低圧原子炉代替注 水機能を監視可能
		サブプレッショ・プール水 位 (SA)	1	1	1	—	サブプレッショ・プール水 位 (SA)	1	1	1	低圧原子炉代替注水機能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 機能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溶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	パワメータ		SBO形番		計器名称	計器数		監視理由	SBO形番		計器名称	監視理由	SBO			
			分組	分組		直後	直後	直後	直後		直後	直後		直後	直後						
運転時監視項目 (シビアアクシデント) 「圧水-1」 「圧水-2」 AMG設備動作監視書 FLSRセンサによる原 子炉注水	機 作 1 / 4	(原子炉注水 (燃料棒)) (原子炉注水 (燃料棒)) (原子炉注水 (燃料棒)) (原子炉注水 (燃料棒))	2	2	原子炉注水 (燃料棒) 監視 原子炉注水 (燃料棒) 監視 原子炉注水 (燃料棒) 監視 原子炉注水 (燃料棒) 監視	0	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
			2	2		0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			2	2		0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			2	2		0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			2	2		0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			2	2		0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			2	2		0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			2	2		0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			2	2		0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			2	2		0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			2	2		0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			2	2		0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1

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



第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.8 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	抽出バスターンの監視バスターンに設置する計器			抽出バスターンの監視バスターンに設置する計器			評価	
			計器数	直読	検出バスターン 分類	計器名称	計器数	直読		検出バスターン 分類
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 (注1) (注2) (注3) (注4)	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1) (注2) (注3) (注4)		1	1	①	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	2	2	①	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
			1	1	①	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	2	2	①	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
			1	1	①	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	1	1	①	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
			1	1	①	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	2	2	②	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
			1	1	①	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	1	1	①	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
			1	1	①	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	1	0	①	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
			3	0	①	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	3	0	①	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
			1	0	①	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	1	0	①	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
			1	1	①	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	1	1	①	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
			2	2	①	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	2	2	①	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
			1	1	①	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	1	1	①	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
			2	2	①	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	2	2	②	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
			2	2	①	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	2	2	②	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

・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  
 運転時操作要領書  
 (シリアクティブ)  
 (圧水-2)  
 AN設備時操作要領書  
 (圧水-2)  
 SRSグラフによる原  
 子炉監視

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータを計測する計器			項目		
			計器数	直感	負荷切り直し後 SBO影響	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		直感	負荷切り直し後 SBO影響
抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	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
			2	2	1	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位は主要パラメータにて監視
			2	2	1	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位は主要パラメータにて監視
			2	2	1	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位は主要パラメータにて監視
			2	2	1	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位は主要パラメータにて監視
			2	2	1	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位は主要パラメータにて監視
			2	2	1	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位は主要パラメータにて監視
			2	2	1	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位は主要パラメータにて監視
			2	2	1	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位は主要パラメータにて監視
			2	2	1	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位は主要パラメータにて監視

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

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	項目	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			補助パラメータ			重要監視パラメータ			評価		
		分類	計器名称	計器数	直載	負荷切り直し後	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数		直載	負荷切り直し後
運転時操作手順書 (シリアクティブ) (注水-1) AM(溶融炉心冷却) (注水-2) AM(溶融炉心冷却) (注水-3) FLSRBポンプによる原 子炉注水	原子炉圧力降 下への注水量	原子炉圧力降 下への注水量	1	1	1	①	—	低圧原子炉代替注水機構	1	1	1	水源である低圧原子炉代替注水機構の水位変化より 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	—	—	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)	2 2 1	2 2 1	2 2 1	溶融炉心に必要な注水量と原子炉水位の変化により代替 監視可能	
	水漏れの確保	水漏れの確保	低圧原子炉代替注水機構	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 (SA) サブレンジション・プール水 位 (SA)	1 2 1 1	1 2 1 1	1 2 1 1	低圧原子炉代替注水機構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構水位 が確保されていることを監視可能
		水漏れの確保	低圧原子炉代替注水機構	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 (SA) サブレンジション・プール水 位 (SA)	1 2 1 1	1 2 1 1	1 2 1 1	低圧原子炉代替注水機構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構水位 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

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数		ハラムメータ		補助パラメータ	計器名称	計器数		評価
				直後	共有切り離し後	直後	共有切り離し後			直後	共有切り離し後	
1.8.2 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 1.8.2.1 溶融炉心の原子炉格納容器下部への落下防止 ・ 取水ポンプ系による原子炉圧力容器への注水 1.8.2.2 溶融炉心の原子炉格納容器下部への落下防止 ・ 取水ポンプ系による原子炉圧力容器への注水 監視項目 (シビアアクシデント) 「注水-1」 「注水-2」 AM設備別操作手順書 「CWTによる原子炉注水」	原子炉格納容器下部の放射線モニタ (S/A)	放射線モニタ (S/A)	2	2	1	0	—	【エリア放射線モニタ】 (原子炉格納容器放射線モニタ)	18	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
	原子炉格納容器下部の放射線モニタ (S/A)	放射線モニタ (S/A)	2	2	1	0	—	【エリア放射線モニタ】 (原子炉格納容器放射線モニタ)	18	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
監視基準 (1) / (4)	原子炉格納容器下部の放射線モニタ (S/A)	放射線モニタ (S/A)	2	2	2	0	—	原子炉圧力 原子炉圧力 (S/A)	2	2	1	原子炉格納容器下部の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
	原子炉格納容器下部の放射線モニタ (S/A)	放射線モニタ (S/A)	2	2	2	0	—	原子炉格納容器下部の放射線モニタ (S/A)	2	2	1	原子炉格納容器下部の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
	原子炉格納容器下部の放射線モニタ (S/A)	放射線モニタ (S/A)	2	2	2	0	—	原子炉格納容器下部の放射線モニタ (S/A)	2	2	1	原子炉格納容器下部の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
	原子炉格納容器下部の放射線モニタ (S/A)	放射線モニタ (S/A)	2	2	2	0	—	原子炉格納容器下部の放射線モニタ (S/A)	2	2	1	原子炉格納容器下部の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

・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	①重要監視パラメータを計測する計器			②有価監視パラメータを計測する計器			計器名称等	備考
			計器数	直後	負荷切り直し後	計器数	直後	負荷切り直し後		
対応手段 事故時操作要領書 (シニアアクシアン) (注水-2) NAF(溶融炉心冷却) (注水-2) ICWTによる炉心処理 (水)	原子炉圧力 格納容器下部	【原子炉水位 (監視域)】 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	3	3	0	1	1	1	原子炉水位 (S/A)	直後に原子炉圧力格納容器下部の水位を計測することができ、監視可能
			2	2	1	1	1	1	原子炉水位 (S/A)	
監視事項 (2 / 4)			3	3	0	0	0	0	原子炉圧力格納容器下部の水位を計測することによって、監視可能	監視事項は、重要パラメータにて監視
			2	2	1	1	1	1	原子炉水位 (S/A)	
			2	2	1	1	1	1	原子炉水位 (S/A)	
			2	2	1	1	1	1	原子炉水位 (S/A)	
			2	2	1	1	1	1	原子炉水位 (S/A)	
			2	2	1	1	1	1	原子炉水位 (S/A)	
			2	2	1	1	1	1	原子炉水位 (S/A)	
			2	2	1	1	1	1	原子炉水位 (S/A)	
			2	2	1	1	1	1	原子炉水位 (S/A)	
			2	2	1	1	1	1	原子炉水位 (S/A)	
			2	2	1	1	1	1	原子炉水位 (S/A)	

・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			計器故障等	SBO	
			計器数	直後	負荷切り直し後	計器数	直後	負荷切り直し後			
対比対象 事故時操作要領書 (シビアアクシデント) (基本-1) (基本-2) ANS設備別操作要領書 (CWTTによる原子炉注 水)	電源	C-メータクク母線電圧	1	1	1	③	③	1	1	計器故障等	SBO
		D-メータクク母線電圧	1	1	1	③	③	1	1		
		C-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	③	1	1		
		D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	③	1	1		
		取水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	③	1	1		
	水源の確保										

・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	対処手段	分類	計器名称	抽出パナメータを監視する計器		パナメータ 分類	抽出パナメータ 分類理由	計器名称	抽出パナメータの代替パナメータを計測する計器		計器	
				計器数	直後				負荷切り直し後	計器数		直後
事故時格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (シリアアララメント) [注水-2] ANS(溶融炉心冷却装置) (C/W)による溶融炉心注水)	機 作 (1 / 2)	原子炉圧力 部内の水位	【原子炉水位 (燃料管)】 原子炉水位 (広管域) 原子炉水位 (燃料管)	2	2	0		原子炉水位 (S A)	1	1	1	原子炉水位 (S A) の燃料管水位より代替監視可能
			2	2	1		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力 (S A) とサブレンジオン・チェンジェ圧力 (S A) の燃料管水位より代替監視可能	
			2	2	1		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力 (S A) とサブレンジオン・チェンジェ圧力 (S A) の燃料管水位より代替監視可能	
			3	3	0		原子炉圧力	1	0	0	原子炉圧力 (S A) とサブレンジオン・チェンジェ圧力 (S A) の燃料管水位より代替監視可能	
			2	2	1		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力 (S A) とサブレンジオン・チェンジェ圧力 (S A) の燃料管水位より代替監視可能	
			2	2	1		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力 (S A) とサブレンジオン・チェンジェ圧力 (S A) の燃料管水位より代替監視可能	
			2	2	1		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力 (S A) とサブレンジオン・チェンジェ圧力 (S A) の燃料管水位より代替監視可能	
			2	2	1		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力 (S A) とサブレンジオン・チェンジェ圧力 (S A) の燃料管水位より代替監視可能	
			2	2	1		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力 (S A) とサブレンジオン・チェンジェ圧力 (S A) の燃料管水位より代替監視可能	
			2	2	1		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力 (S A) とサブレンジオン・チェンジェ圧力 (S A) の燃料管水位より代替監視可能	
			2	2	1		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力 (S A) とサブレンジオン・チェンジェ圧力 (S A) の燃料管水位より代替監視可能	
			2	2	1		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力 (S A) とサブレンジオン・チェンジェ圧力 (S A) の燃料管水位より代替監視可能	
			2	2	1		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力 (S A) とサブレンジオン・チェンジェ圧力 (S A) の燃料管水位より代替監視可能	

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



第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.8 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	分册	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			分册	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			計器位置
				計器数	負荷印の種別	分册			計器数	負荷印の種別	分册	
事故時格納容器下部冷却水ポンプ運転 (注水-1) (注水-2) AN設備別機作要領書 (CWLTによる原子炉注水)	機作 (2 / 7)	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	1	1	0	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	2	2	1	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力 (注水-1) (注水-2) AN設備別機作要領書 (CWLTによる原子炉注水)
		原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	1	1	0	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	2	2	1	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	
		原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	1	1	0	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	2	2	1	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	
		原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	1	1	0	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	2	2	1	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	
		原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	1	1	0	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	2	2	1	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	
		原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	1	1	0	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	2	2	1	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	
		原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	1	1	0	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	2	2	1	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	
		原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	1	1	0	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	2	2	1	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	
		原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	1	1	0	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	2	2	1	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	
		原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	1	1	0	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	2	2	1	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	
		原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	1	1	0	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	2	2	1	原子炉格納容器下部冷却水ポンプ出力	

• 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

項目	分類	計器名称	抽出バラムータの監視バラムータを計測する計器		バラムータ 分類	抽出バラムータ 分類理由		計器名称	抽出バラムータの監視バラムータを計測する計器		計器名称	計器位置等	評価
			計器数	異常 検出		計器数	異常 検出		計器数	異常 検出			
対応手段 緊急時監視装置 (シビアアクシデント) (注水-1) (注水-2) A/C電源喪失時監視装置 (注水-3)による炉心冷却 水)	原子炉圧力 室内の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①		原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	基本的に原子炉圧力室内の圧力を計測すること で、監視可能
	原子炉圧力 室内の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①		原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	基本的に原子炉圧力室内の圧力を計測すること で、監視可能
		原子炉圧力 室内の圧力	2	2	1	①		原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	基本的に原子炉圧力室内の圧力を計測すること で、監視可能
	原子炉圧力 室内の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①		原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	基本的に原子炉圧力室内の圧力を計測すること で、監視可能
		原子炉圧力 室内の圧力	2	2	1	①		原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	基本的に原子炉圧力室内の圧力を計測すること で、監視可能
	原子炉圧力 室内の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①		原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	基本的に原子炉圧力室内の圧力を計測すること で、監視可能
		原子炉圧力 室内の圧力	2	2	1	①		原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	基本的に原子炉圧力室内の圧力を計測すること で、監視可能
	原子炉圧力 室内の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①		原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	基本的に原子炉圧力室内の圧力を計測すること で、監視可能
		原子炉圧力 室内の圧力	2	2	1	①		原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	基本的に原子炉圧力室内の圧力を計測すること で、監視可能
	原子炉圧力 室内の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①		原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	基本的に原子炉圧力室内の圧力を計測すること で、監視可能
		原子炉圧力 室内の圧力	2	2	1	①		原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	基本的に原子炉圧力室内の圧力を計測すること で、監視可能
	原子炉圧力 室内の圧力	原子炉圧力	1	1	0	③	原子炉圧力室内の圧力を計測すること で、監視可能	原子炉圧力 (S/A)	1	1	0	0	基本的に原子炉圧力室内の圧力を計測すること で、監視可能
	原子炉圧力 室内の圧力	原子炉圧力	1	1	0	③	原子炉圧力室内の圧力を計測すること で、監視可能	原子炉圧力 (S/A)	1	1	0	0	基本的に原子炉圧力室内の圧力を計測すること で、監視可能
原子炉圧力 室内の圧力	原子炉圧力	1	1	0	③	原子炉圧力室内の圧力を計測すること で、監視可能	原子炉圧力 (S/A)	1	1	0	0	基本的に原子炉圧力室内の圧力を計測すること で、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

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	原子炉格納容器下部への熱下運送・防止のための対応手順			計器数	①重要監視パラメータ			計器数	②有効監視パラメータ			計器数	3SD	
		項目	分類	計器数		計器数	事後	事後		事後	事後	事後			事後
1.8.2 溶融炉心の原子炉格納容器下部への熱下運送・防止のための対応手順 (1)原子炉格納容器下部への注水 ① 溶融炉心による原子炉格納容器への注水 暫定標準作業手順 「注本-1」シナリオ AM図印制作要領書 「別添B-1」または「別添B-2」 AM図印制作要領書 「別添B-1」または「別添B-2」 AM図印制作要領書 「別添B-1」または「別添B-2」 水ポンプによる原子炉注水	原子炉格納容器内の放射線量		2	2	2	2	1	1	0	18	0	0	0	原子炉注水からの原子炉格納容器内放射線量測定による注水停止の監視 監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内部の放射線量		2	2	2	2	1	1	0	18	0	0	0	原子炉注水からの原子炉格納容器内部放射線量測定による注水停止の監視 監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉注水ポンプの温度														
	原子炉注水ポンプの圧力														
④ 原子炉注水ポンプの注水停止の監視 監視事項は主要パラメータにて確認	原子炉注水ポンプの注水停止														
	原子炉注水ポンプの注水停止														
	原子炉注水ポンプの注水停止														
	原子炉注水ポンプの注水停止														
	原子炉注水ポンプの注水停止														

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

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	種別	計器名称	抽出圧力監視を行う計器			抽出圧力監視を行う計器			計器数	計器名称	抽出圧力監視を行う計器	抽出圧力監視を行う計器			計器数	計器名称	抽出圧力監視を行う計器										
			直読	直読	直読	直読	直読	直読				直読															
知覚手段 緊急時指示装置 (シリアラームアラート) 「注水-2」 AND論理動作要領書 「炉心ポンプまたは抽出口 ポンプによる炉心冷却 策」	原子炉格納容器 下部の水圧	[原子炉水位 (標準値)]	3	3	3	3	1	0	1	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1				
		[原子炉水位 (標準値)]	3	3	3	3	3	1	0	1	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
		[原子炉水位 (標準値)]	3	3	3	3	3	1	0	1	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
		[原子炉水位 (標準値)]	3	3	3	3	3	1	0	1	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		[原子炉水位 (標準値)]	3	3	3	3	3	1	0	1	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		[原子炉水位 (標準値)]	3	3	3	3	3	1	0	1	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		[原子炉水位 (標準値)]	3	3	3	3	3	1	0	1	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		[原子炉水位 (標準値)]	3	3	3	3	3	1	0	1	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		[原子炉水位 (標準値)]	3	3	3	3	3	1	0	1	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		[原子炉水位 (標準値)]	3	3	3	3	3	1	0	1	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		[原子炉水位 (標準値)]	3	3	3	3	3	1	0	1	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		[原子炉水位 (標準値)]	3	3	3	3	3	1	0	1	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		[原子炉水位 (標準値)]	3	3	3	3	3	1	0	1	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		[原子炉水位 (標準値)]	3	3	3	3	3	1	0	1	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		[原子炉水位 (標準値)]	3	3	3	3	3	1	0	1	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		[原子炉水位 (標準値)]	3	3	3	3	3	1	0	1	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
[原子炉水位 (標準値)]	3	3	3	3	3	1	0	1	0	0	0	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1		

備考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

・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

項目	測定パラメータの名称	監視パラメータの分類		計器名称	計器数	SAR評価		監視項目	監視項目	備考	
		重要監視パラメータ	有効監視パラメータ			相違あり/無し	相違あり/無し				
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  <small>原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等                      (シリアクシデント)                      「注本-2」                      AMR(溶融炉心冷却)に関する事項                      「注本-2」                      AMR(溶融炉心冷却)に関する事項                      「注本-2」</small>	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	重要監視パラメータ	有効監視パラメータ	原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	2	1	1	自動的に原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却することによって、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	重要監視パラメータ	有効監視パラメータ	原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	重要監視パラメータ	有効監視パラメータ	原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	重要監視パラメータ	有効監視パラメータ	原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	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	重要監視パラメータ	有効監視パラメータ	原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と相違があるため監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	重要監視パラメータ	有効監視パラメータ	原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	0	0	0	0	0	監視項目は重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	重要監視パラメータ	有効監視パラメータ	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	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	重要監視パラメータ	有効監視パラメータ	原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	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	重要監視パラメータ	有効監視パラメータ	原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	重要監視パラメータ	有効監視パラメータ	原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	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	重要監視パラメータ	有効監視パラメータ	原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と相違があるため監視可能

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

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	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの種類	抽出パラメータの種類	評価						
				計器数	直読	負荷切り離し後			計器名称	計器数	直読	負荷切り離し後	計器故障等	SDI	
緊急時操作手順書 (シリアクシダント) (注水-2) ANS設備の異常監視 手順書(注水-2) 本システムによる原子炉注 水)		電源	C-メータ母線電圧	1	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1		
			D-メータ母線電圧	1	1	1	③	非常用低圧母線の受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1		
			C-ロードセント母線電圧	1	1	1	③	非常用低圧母線のロードセント受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1		
			D-ロードセント母線電圧	1	1	1	③	非常用低圧母線のロードセント受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1		
			補助炉水罐水位	2	0	0	③	代替炉水罐の確保状態を確認するパラメータ	2	0	0	2	0	0	
			ろ過水タンク水位	1	1	1	③	代替炉水罐の確保状態を確認するパラメータ	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重要監視バロメータ、②有効監視バロメータ、③補助バロメータ

項目	分類	計器名称	格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			計器数	事後	負荷切り直し後	バロメータ分類	補助バロメータ分類理由	計器動作		計器位置	格納容器			計器位置等	300
			計器数	事後	負荷切り直し後						計器数	事後		負荷切り直し後				
対応手段 事故時操作要領書 (シビアアクシデント) (注水-2) AM(異常時操作要領書) (炉水ポンプまたは補助炉水ポンプによる原子炉圧 力)	原子炉圧力降 降時の水位	【原子炉水位 (格納域)】 原子炉水位 (圧縮域)	3	2	0	① ② ③	1 1 1	1 1 1	1 1 1	原子炉水位 (SA)	格納域に原子炉圧力降降時の水位を計測すること ができ、監視可能	1	1	1	原子炉圧力降降時の水位を計測すること ができ、監視可能	原子炉圧力降降時の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バロ メータにて監視	300
			2	2	2							2	2	2				
			2	2	2							2	2	2				
対応手段 事故時操作要領書 (シビアアクシデント) (注水-2) AM(異常時操作要領書) (炉水ポンプまたは補助炉水ポンプによる原子炉圧 力)	原子炉圧力降 降時の水位	【原子炉水位 (格納域)】 原子炉水位 (圧縮域)	2	2	0	① ② ③	1 1 1	1 1 1	1 1 1	原子炉水位 (SA)	格納域に原子炉圧力降降時の水位を計測すること ができ、監視可能	1	1	1	原子炉圧力降降時の水位を計測すること ができ、監視可能	原子炉圧力降降時の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バロ メータにて監視	300
			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

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	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			計器故障等	SBO
				計器数	負荷切り離し後	事後	計器数	負荷切り離し後	事後		
1.8.2.2 溶融炉心の原子炉格納容器下部への落下阻延・防止のための対応手順 (1) 原子炉圧力容器への注水 (2) 低圧原子炉冷却水系統(可動型)による原子炉圧力容器への注水(※水/廃水) ※ 緊急時操作手順 (シリアアラウンド) (注水-1) (注水-2) AN(緊急停止)作業者 (1) 緊急停止による原子炉 (2) 緊急停止による原子炉 (注水) 原子炉冷却水系統(可動型) (1) 緊急停止による注水 (2) 緊急停止による注水	格納容器溶融炉心放射線モニタ(ドライウェル) 原子炉格納容器内の放射線 AN(緊急停止)作業者 (1) 緊急停止による原子炉 (2) 緊急停止による原子炉 (注水) 原子炉冷却水系統(可動型) (1) 緊急停止による注水 (2) 緊急停止による注水	2 2 2 2	2 2 2 2	2 2 2 2	18 18 2 1 2 1 2 1 2	0 0 2 1 2 1 2 1 2	0 0 2 1 2 1 2 1 2	0 0 2 1 2 1 2 1 2	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(注水) 原子炉水位(標準) 原子炉水位(SA) 格納容器溶融炉心放射線モニタ	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 原子炉水位は主要パラメータにて確認 原子炉水位は主要パラメータにて確認 原子炉水位は主要パラメータにて確認 原子炉水位は主要パラメータにて確認 原子炉水位は主要パラメータにて確認 原子炉水位は主要パラメータにて確認 原子炉水位は主要パラメータにて確認 原子炉水位は主要パラメータにて確認 原子炉水位は主要パラメータにて確認	SBO SBO SBO SBO SBO SBO SBO SBO SBO SBO
	1.8.2.2 溶融炉心の原子炉格納容器下部への落下阻延・防止のための対応手順 (1) 原子炉圧力容器への注水 (2) 低圧原子炉冷却水系統(可動型)による原子炉圧力容器への注水(※水/廃水) ※ 緊急時操作手順 (シリアアラウンド) (注水-1) (注水-2) AN(緊急停止)作業者 (1) 緊急停止による原子炉 (2) 緊急停止による原子炉 (注水) 原子炉冷却水系統(可動型) (1) 緊急停止による注水 (2) 緊急停止による注水	2 2 2 2	2 2 2 2	2 2 2 2	2 2 2 2	18 18 2 1 2 1 2 1 2	0 0 2 1 2 1 2 1 2	0 0 2 1 2 1 2 1 2	0 0 2 1 2 1 2 1 2	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(注水) 原子炉水位(標準) 原子炉水位(SA) 格納容器溶融炉心放射線モニタ	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 原子炉水位は主要パラメータにて確認 原子炉水位は主要パラメータにて確認 原子炉水位は主要パラメータにて確認 原子炉水位は主要パラメータにて確認 原子炉水位は主要パラメータにて確認 原子炉水位は主要パラメータにて確認 原子炉水位は主要パラメータにて確認 原子炉水位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



・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重要監視ハタメーター、②有効監視ハタメーター、③補助ハタメーター

項目	監視ハタメーターの監視項目を分類する注		監視ハタメーターの監視項目を分類する注		監視ハタメーター 分類理由	計器名称	計器数	SBO注		計器位置	計器仕様等	SBO
	分組	監視ハタメーター 分類	事後	事後								
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 (シニアアラーム) (注本-2) AMI即時対応手順書 (注本-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 (注本-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 (注本-2)	監視項目 (3 / 4)	原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	原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	原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 監視項目は注本-2にて確認	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	原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	原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 監視項目は注本-2にて確認	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	原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	原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 監視項目は注本-2にて確認	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	原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	原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 監視項目は注本-2にて確認	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	原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	原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 監視項目は注本-2にて確認	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	原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	原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 監視項目は注本-2にて確認	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	原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	原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 監視項目は注本-2にて確認	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	原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	原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 監視項目は注本-2にて確認	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	原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	原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 監視項目は注本-2にて確認	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	原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	原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 監視項目は注本-2にて確認	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	原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	原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 監視項目は注本-2にて確認	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	原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	原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 監視項目は注本-2にて確認	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	原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	原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 監視項目は注本-2にて確認	1

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><b>第1表 重大事故等対処に係る監視事項</b></p> <p>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</p>			<p>・設備の相違  <b>【柏崎6/7, 東海第二】</b>            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>																																															
<table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th rowspan="2">項目</th> <th rowspan="2">分類</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th colspan="2">抽出パワメータを計測する計器</th> <th rowspan="2">抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器</th> <th colspan="2">計器</th> <th rowspan="2">抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器</th> </tr> <tr> <th>計器数</th> <th>負荷切り直し後</th> <th>計器数</th> <th>負荷切り直し後</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="4">           緊急時炉心冷却            (注水-1)            AMの開始/停止            (注水-2)            AMの開始/停止            (注水-3)            AMの開始/停止            (注水-4)            AMの開始/停止            (注水-5)         </td> <td rowspan="2">電源</td> <td>緊急用メタタラ電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>③</td> <td>緊急用メタタラ電圧の受電状態を監視するパワメータ</td> <td>1</td> <td>③</td> <td>緊急用メタタラ電圧の受電状態を監視するパワメータ</td> </tr> <tr> <td>SAロードセント母線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>③</td> <td>SAロードセント母線電圧を監視するパワメータ</td> <td>1</td> <td>③</td> <td>SAロードセント母線電圧を監視するパワメータ</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">水源の種類</td> <td>輪谷貯水槽 (西1)</td> <td colspan="2">「緊急時対策本部」に確認</td> <td>③</td> <td>代替源水源の確保状態を監視するパワメータ</td> <td>1</td> <td>③</td> <td>代替源水源の確保状態を監視するパワメータ</td> </tr> <tr> <td>輪谷貯水槽 (西2)</td> <td colspan="2">「緊急時対策本部」に確認</td> <td>③</td> <td>代替源水源の確保状態を監視するパワメータ</td> <td>1</td> <td>③</td> <td>代替源水源の確保状態を監視するパワメータ</td> </tr> </tbody> </table>				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を計測する計器	計器		抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器	計器数	負荷切り直し後	計器数	負荷切り直し後	緊急時炉心冷却 (注水-1) AMの開始/停止 (注水-2) AMの開始/停止 (注水-3) AMの開始/停止 (注水-4) AMの開始/停止 (注水-5)	電源	緊急用メタタラ電圧	1	1	③	緊急用メタタラ電圧の受電状態を監視するパワメータ	1	③	緊急用メタタラ電圧の受電状態を監視するパワメータ	SAロードセント母線電圧	1	1	③	SAロードセント母線電圧を監視するパワメータ	1	③	SAロードセント母線電圧を監視するパワメータ	水源の種類	輪谷貯水槽 (西1)	「緊急時対策本部」に確認		③	代替源水源の確保状態を監視するパワメータ	1	③	代替源水源の確保状態を監視するパワメータ	輪谷貯水槽 (西2)	「緊急時対策本部」に確認		③	代替源水源の確保状態を監視するパワメータ	1	③
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を計測する計器	計器		抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器																																								
			計器数	負荷切り直し後	計器数	負荷切り直し後																																												
緊急時炉心冷却 (注水-1) AMの開始/停止 (注水-2) AMの開始/停止 (注水-3) AMの開始/停止 (注水-4) AMの開始/停止 (注水-5)	電源	緊急用メタタラ電圧	1	1	③	緊急用メタタラ電圧の受電状態を監視するパワメータ	1	③	緊急用メタタラ電圧の受電状態を監視するパワメータ																																									
		SAロードセント母線電圧	1	1	③	SAロードセント母線電圧を監視するパワメータ	1	③	SAロードセント母線電圧を監視するパワメータ																																									
	水源の種類	輪谷貯水槽 (西1)	「緊急時対策本部」に確認		③	代替源水源の確保状態を監視するパワメータ	1	③	代替源水源の確保状態を監視するパワメータ																																									
		輪谷貯水槽 (西2)	「緊急時対策本部」に確認		③	代替源水源の確保状態を監視するパワメータ	1	③	代替源水源の確保状態を監視するパワメータ																																									



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

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 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直営監視システムを計測する計器			②直営監視システムを計測する計器			計測対象等	備考
		監視機	計測機	監視機	計測機	監視機	計測機		
炉心冷却 緊急炉心冷却装置 (シビアアクシデント) (注本-2) AND制御動作手順書 (注本-2) 炉心冷却装置による炉心冷却 (注本-2) 炉心冷却装置による炉心冷却 (注本-2) 炉心冷却装置による炉心冷却 (注本-2)	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機
	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機
	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機
	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機
	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機
	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機
	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機
	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機
	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機
	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機
	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機
	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機
	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機	原子炉出力 監視機

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

①重要監視アラーム、②有効監視アラーム、③補助アラーム

項目	対処手段	分類	計器名称	計器数	計器数		計器名称	計器数	計器数		計器名称	計器数	計器名称	計器数
					分組	分組理由			分組	分組理由				
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  AM(溶融炉心作動) (シビアアクシデント) (注水-1) AM(溶融炉心作動) (シビアアクシデント) (注水-2) AM(溶融炉心作動) (シビアアクシデント) (注水-3) AM(溶融炉心作動) (シビアアクシデント) (注水-4) AM(溶融炉心作動) (シビアアクシデント) (注水-5) AM(溶融炉心作動) (シビアアクシデント) (注水-6) AM(溶融炉心作動) (シビアアクシデント) (注水-7) AM(溶融炉心作動) (シビアアクシデント) (注水-8) AM(溶融炉心作動) (シビアアクシデント) (注水-9) AM(溶融炉心作動) (シビアアクシデント) (注水-10)		原子炉圧力	原子炉圧力	2	1	①	-	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	1	原子炉圧力 (S A)	1
								原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	原子炉圧力 (広帯域)	2
								原子炉圧力 (燃料棒)	2	2	2	2	原子炉圧力 (燃料棒)	2
								原子炉圧力 (S A)	1	1	1	1	原子炉圧力 (S A)	1
								原子炉圧力 (S A)	2	2	2	2	原子炉圧力 (S A)	2
								原子炉圧力	2	2	2	2	原子炉圧力	2
								原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	原子炉圧力 (広帯域)	2
								原子炉圧力 (燃料棒)	2	2	2	2	原子炉圧力 (燃料棒)	2
								原子炉圧力 (S A)	1	1	1	1	原子炉圧力 (S A)	1
								原子炉圧力 (S A)	2	2	2	2	原子炉圧力 (S A)	2

注: ①重要監視アラーム、②有効監視アラーム、③補助アラーム

・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	項目	抽出パワーマニピを制御する計器				抽出パワーマニピの代替パワーマニピを制御する計器				計器			
		分類	計器名称	計器数	直機	負荷切り離し後	パワーマニピ	補助パワーマニピ	計器名称	計器数	直機	負荷切り離し後	
対応手段 緊急時操作要領書 (シビアアクシデント) (注水-1) (注水-2) AMI設備別機作要領書 大気送水車による原子炉 冷却 原子炉冷却系隔離 (注水-3) 原子炉冷却系を運用した送 水)	原子炉圧力 低下の圧力	低圧原子炉冷却系 低圧原子炉冷却系 (制御用)	2	2	2	① ①	-	原子炉水位 (圧力場) 原子炉水位 (燃料場)	2	2	1	1	抽出機がに必要な水量と原子炉水位の変化より代替 監視可能 監視装置は圧力場 パワーマニピにて確認
	融核監視機能	大気送水車ポンプ出口圧力	「緊急時対策本部」に報告	③	大気送水車の運転状態を確 認するパワーマニピ	-	-	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	1	-
	水質の確保	輸送水車 (注1) 輸送水車 (注2)	「緊急時対策本部」に報告 「緊急時対策本部」に報告	③ ③	代替送水車の運転状態を確 認するパワーマニピ	-	-	-	-	-	-	-	-

・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

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				補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器故障等		評価	
				計器数	直後	SBO影響 区分I 直電電源 を延長した場合	計器数			直後	SBO影響 区分II 直電電源 を延長した場合		
1.9.2.1 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対応手順 (1) 原子炉格納容器内の不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止 a. 可燃型窒素供給装置による原子炉格納容器への窒素ガス供給 多量なベータ放射線 「可燃型窒素供給装置」によるPVT 窒 素供給	原子炉格 納容器内 の放射線 濃率	原子炉格 納容器内 の放射線 濃率	原子炉格納 容器内放射線 濃率	2	1	0	①	2	0	0	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
				2	1	0	①	2	0	0	0	0	0
1.9.2.2 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対応手順 b. 可燃型窒素供給装置による原子炉格納容器への窒素ガス供給 AM設備動作 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	2	2	2	①	2	2	2	2	2	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	1
操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

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

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				補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器故障等		評価	
				計器数	直後	SBO影響 区分I 直電電源 を延長した場合	計器数			直後	SBO影響 区分II 直電電源 を延長した場合		
1.9.2.1 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対応手順 (1) 原子炉格納容器内の不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止 b. 可燃型窒素供給装置による原子炉格納容器への窒素ガス供給 非常時運転手 手順書(シビ ブ)アクシデン ト 「放出」 AM設備動作 手順書	原子炉格 納容器内 の放射線 濃率	原子炉格 納容器内 の放射線 濃率	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 可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2
1.9.2.2 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対応手順 b. 可燃型窒素供給装置による原子炉格納容器への窒素ガス供給 AM設備動作 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	4	①	4	4	4	4	4	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能
			2	0	0	②	2	0	0	0	0	0	0
判断 基準	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

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

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				補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器故障等		評価	
				計器数	直後	SBO影響 区分I 直電電源 を延長した場合	計器数			直後	SBO影響 区分II 直電電源 を延長した場合		
1.9.2.1 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対応手順 (1) 原子炉格納容器内の不活性化による原子炉格納容器水素爆発防止 b. 可燃型窒素供給装置による原子炉格納容器への窒素ガス供給 非常時運転手 手順書(シビ ブ)アクシデン ト 「放出」 AM設備動作 手順書	原子炉格 納容器内 の放射線 濃率	原子炉格 納容器内 の放射線 濃率	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 可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2
1.9.2.2 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対応手順 b. 可燃型窒素供給装置による原子炉格納容器への窒素ガス供給 AM設備動作 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	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 可能
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2
判断 基準	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

・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 10 main columns: 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 (SBO影響), 補助パラメータ 分類理由, 抽出パラメータ 分類, 計器名称, 計器数, 評価. Rows include emergency procedures for reactor vessel damage prevention.

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 for monitoring items related to hydrogen explosion prevention. Includes columns for 項目, 計器名称, 計器数, 抽出パラメータを計測する計器 (SBO影響), 補助パラメータ 分類理由, 抽出パラメータ 分類, 計器名称, 計器数, 評価. Focuses on hydrogen concentration and temperature monitoring.

・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 for monitoring items related to hydrogen explosion prevention at Shimane Nuclear Power Plant. Similar structure to other tables, with columns for monitoring parameters and evaluation. Includes specific monitoring points for hydrogen concentration and temperature.

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

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	評価	SBO
			計器数	計器名称		計器数	計器名称			
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 1) 放出	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	2	2	2	監視事項は主筆ハ ラメータにて確認 可能
		格納容器内水素濃度(SA)	2	2	2	①	0	0	0	監視事項は主筆ハ ラメータにて確認 可能
AM設備別操作手順書 放出(フイリット)バ ンケット 使用(S/O)	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	2	0	0	①	2	1	1	監視事項は主筆ハ ラメータにて確認 可能
		格納容器内酸素濃度	2	2	2	①	0	0	0	監視事項は主筆ハ ラメータにて確認 可能
PCV水素・酸素ガス 放出(フイリット)バ ンケット 使用(O/N)	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	1	1	1	①	1	1	1	監視事項は主筆ハ ラメータにて確認 可能
		格納容器内水素濃度	1	1	1	①	1	1	1	監視事項は主筆ハ ラメータにて確認 可能
PCV水素・酸素ガス 放出(副圧強化ライ ン) 使用(S/O)	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	1	1	1	①	1	1	1	監視事項は主筆ハ ラメータにて確認 可能
		格納容器内水素濃度	1	1	1	①	1	1	1	監視事項は主筆ハ ラメータにて確認 可能
放出(副圧強化ライ ン) 使用(O/N)	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	1	1	1	①	1	1	1	監視事項は主筆ハ ラメータにて確認 可能
		格納容器内水素濃度	1	1	1	①	1	1	1	監視事項は主筆ハ ラメータにて確認 可能
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 1) 放出	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	1	1	1	③	1	1	1	監視事項は主筆ハ ラメータにて確認 可能
		格納容器内水素濃度	1	1	1	③	1	1	1	監視事項は主筆ハ ラメータにて確認 可能
AM設備別操作手順書 放出(フイリット)バ ンケット 使用(S/O)	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	1	1	1	③	1	1	1	監視事項は主筆ハ ラメータにて確認 可能
		格納容器内酸素濃度	1	1	1	③	1	1	1	監視事項は主筆ハ ラメータにて確認 可能
PCV水素・酸素ガス 放出(副圧強化ライ ン) 使用(S/O)	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	1	1	1	③	1	1	1	監視事項は主筆ハ ラメータにて確認 可能
		格納容器内水素濃度	1	1	1	③	1	1	1	監視事項は主筆ハ ラメータにて確認 可能
放出(副圧強化ライ ン) 使用(O/N)	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	1	1	1	③	1	1	1	監視事項は主筆ハ ラメータにて確認 可能
		格納容器内水素濃度	1	1	1	③	1	1	1	監視事項は主筆ハ ラメータにて確認 可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 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

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	評価	SBO
			計器数	計器名称		計器数	計器名称			
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 1) 放出	水素の確保	代替注水貯槽水位	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		代替注水貯槽水位	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
AM設備別操作手順書	水素の確保	代替注水貯槽水位	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		代替注水貯槽水位	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

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

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	評価	SBO
			計器数	計器名称		計器数	計器名称			
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 1) 放出	水素の確保	代替注水貯槽水位	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主筆ハ ラメータにて確認
		代替注水貯槽水位	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主筆ハ ラメータにて確認
AM設備別操作手順書 放出(副圧強化ライ ン) 使用(S/O)	水素の確保	代替注水貯槽水位	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主筆ハ ラメータにて確認
		代替注水貯槽水位	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主筆ハ ラメータにて確認
放出(副圧強化ライ ン) 使用(O/N)	水素の確保	代替注水貯槽水位	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主筆ハ ラメータにて確認
		代替注水貯槽水位	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主筆ハ 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  
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

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		バロメータ 分類	抽出バロメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器	評価	SBO
				計器数	事後				計器数	事後			
中核時運転操作手順 表シリアアラート ト) (PCV制御)	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエール雰囲気温度	2	2	①	-	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 又は格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視 フレームにて確認
			サブプレッション・チェンバ の温度	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ の温度	3	3	3	3	サブプレッション・チェンバの温度の上昇 により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
AM設備個別機 作手報告	最終ヒ ートシンク の温度	最終ヒ ートシンク の温度	サブプレッション・チェンバ の温度	3	3	①	-	サブプレッション・チェンバ の温度	3	0	0	0	サブプレッション・チェンバの温度の上昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
			フィルタ装置入口圧力	2	2	①	-	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
AM設備個別機 作手報告	最終ヒ ートシンク の温度	最終ヒ ートシンク の温度	フィルタ装置入口圧力	2	2	①	-	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
			フィルタ装置入口放射線キ ック	2	2	①	-	格納容器内圧力(S/O)	2	2	2	2	格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
AM設備個別機 作手報告	最終ヒ ートシンク の温度	最終ヒ ートシンク の温度	最終ヒートシンク放射線キ ック	2	2	①	-	格納容器内圧力(S/O)	2	2	2	2	格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
			最終ヒートシンク放射線キ ック	2	2	①	-	格納容器内圧力(S/O)	2	2	2	2	格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.9 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

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		バロメータ 分類	抽出バロメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器	評価	SBO
				計器数	事後				計器数	事後			
AM設備個別機 作手報告	最終ヒ ートシンク の温度	最終ヒ ートシンク の温度	サブプレッション・チェンバ の温度	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ の温度	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバの温度の上昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
			ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	-	ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	0	0	ろ過水貯蔵タンク水位の上昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
AM設備個別機 作手報告	最終ヒ ートシンク の温度	最終ヒ ートシンク の温度	復水貯蔵タンク水位	2	0	③	-	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	0	復水貯蔵タンク水位の上昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
			格納容器内圧力	3	0	0	-	格納容器内圧力	3	0	0	0	0
AM設備個別機 作手報告	最終ヒ ートシンク の温度	最終ヒ ートシンク の温度	格納容器内圧力	2	2	2	-	格納容器内圧力	2	2	2	2	格納容器内圧力の上昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
			常設圧力代替注水ポン プ圧力	2	2	2	-	常設圧力代替注水ポン プ圧力	2	2	2	2	常設圧力代替注水ポン プ圧力の上昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
AM設備個別機 作手報告	最終ヒ ートシンク の温度	最終ヒ ートシンク の温度	排水ポンプ吐出ヘッ ダ圧力	1	1	0	③	排水ポンプ吐出ヘッ ダ圧力	1	1	0	0	排水ポンプ吐出ヘッ ダ圧力の上昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
			復水貯蔵タンク水位	1	1	0	③	復水貯蔵タンク水位	1	1	0	0	復水貯蔵タンク水位の上昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.9 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

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		バロメータ 分類	抽出バロメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器	評価	SBO
				計器数	事後				計器数	事後			
AM設備個別機 作手報告	最終ヒ ートシンク の温度	最終ヒ ートシンク の温度	サブプレッション・チェンバ の温度	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ の温度	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバの温度の上昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
			ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	-	ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	0	0	ろ過水貯蔵タンク水位の上昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
AM設備個別機 作手報告	最終ヒ ートシンク の温度	最終ヒ ートシンク の温度	復水貯蔵タンク水位	2	2	①	-	復水貯蔵タンク水位	2	2	2	2	復水貯蔵タンク水位の上昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
			格納容器内圧力	3	0	0	-	格納容器内圧力	3	0	0	0	0
AM設備個別機 作手報告	最終ヒ ートシンク の温度	最終ヒ ートシンク の温度	格納容器内圧力	2	2	2	-	格納容器内圧力	2	2	2	2	格納容器内圧力の上昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
			常設圧力代替注水ポン プ圧力	2	2	2	-	常設圧力代替注水ポン プ圧力	2	2	2	2	常設圧力代替注水ポン プ圧力の上昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
AM設備個別機 作手報告	最終ヒ ートシンク の温度	最終ヒ ートシンク の温度	排水ポンプ吐出ヘッ ダ圧力	1	1	0	③	排水ポンプ吐出ヘッ ダ圧力	1	1	0	0	排水ポンプ吐出ヘッ ダ圧力の上昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
			復水貯蔵タンク水位	1	1	0	③	復水貯蔵タンク水位	1	1	0	0	復水貯蔵タンク水位の上昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認

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



重大事故等対処に係る監視事項

1.9 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

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	区分Ⅰ直流電源 を延命した場合	バテメータ 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	区分Ⅰ直流電源 を延命した場合	計器故障等	SBO
非常時運転手順書 (シビアアクシデンツ) [FCV制御] AM 緊急時操作手順書 [FCS(0)による格納容 器水素制御] FCS(0)による格納容 器水素制御	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバール温度	3	3	3	①	-	サブプレッション・チェンバール温度	1	1	1	サブプレッション・チェンバール温度の異常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
	換熱器除去系熱交換器入口温度(A,B系のみ)	換熱器除去系熱交換器入口温度(A,B系のみ)	2	2	1	①	-	換熱器除去系熱交換器入口温度	3	3	3	換熱器除去系熱交換器入口温度の異常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
	換熱器除去系熱交換器出口温度(A,B系のみ)	換熱器除去系熱交換器出口温度(A,B系のみ)	2	2	1	①	-	換熱器除去系熱交換器出口温度	2	2	1	換熱器除去系熱交換器出口温度の異常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
	最終ヒートシンク内の確保	最終ヒートシンク内の確保	2	2	1	①	-	最終ヒートシンク内の確保	2	2	1	最終ヒートシンク内の確保の異常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
電源	M/C電圧	M/C電圧	1	1	1	①	-	M/C電圧	1	1	1	-	-
	P/C電圧	P/C電圧	1	1	1	①	-	P/C電圧	1	1	1	-	-
	P/C-D1電圧	P/C-D1電圧	1	1	1	①	-	P/C-D1電圧	1	1	1	-	-
	直流125V 主母線電圧	直流125V 主母線電圧	1	1	1	①	-	直流125V 主母線電圧	1	1	1	-	-
	直流125V 主母線電圧	直流125V 主母線電圧	1	1	1	①	-	直流125V 主母線電圧	1	1	1	-	-
	直流125V 主母線電圧	直流125V 主母線電圧	1	1	1	①	-	直流125V 主母線電圧	1	1	1	-	-
	直流125V 主母線電圧	直流125V 主母線電圧	1	1	1	①	-	直流125V 主母線電圧	1	1	1	-	-
	直流125V 主母線電圧	直流125V 主母線電圧	1	1	1	①	-	直流125V 主母線電圧	1	1	1	-	-
	直流125V 主母線電圧	直流125V 主母線電圧	1	1	1	①	-	直流125V 主母線電圧	1	1	1	-	-
	直流125V 主母線電圧	直流125V 主母線電圧	1	1	1	①	-	直流125V 主母線電圧	1	1	1	-	-

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

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	バテメータ 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	区分Ⅰ直流電源 を延命した場合	計器故障等	SBO	
非常時運転手順書 (シビアアクシデンツ) [放出] AM 緊急時操作手順書 [FCS(0)による格納容器水素制御]	原子炉格納容器内の温度	ドラウワール雰囲気温度	8	8	8	①	-	ドラウワール雰囲気温度 サブプレッション・チェンバール温度	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドラウワール雰囲気温度はサブプレッション・チェンバール温度の異常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
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバール雰囲気温度	2	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバール雰囲気温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバール雰囲気温度の異常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
別基準(2/2)	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度(S/A)	2	0	0	①	-	格納容器内水素濃度	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度を計測可能	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	格納容器内水素濃度(S)	2	0	0	②	-	格納容器内水素濃度	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度を計測可能	監視事項は主要パラメータにて確認
別基準(2/2)	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度(S/A)	2	0	0	①	-	格納容器内酸素濃度	2	0	0	監視可能であれば格納容器内酸素濃度を計測可能	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酸素濃度	格納容器内酸素濃度(S)	2	0	0	②	-	格納容器内酸素濃度	2	0	0	監視可能であれば格納容器内酸素濃度を計測可能	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

1.9 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

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	バテメータ 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	区分Ⅰ直流電源 を延命した場合	計器故障等	SBO	
緊急時運転手順書(シビアアクシデンツ) [放出] AM 緊急時操作手順書 [FCS(0)による格納容器内の水素制御]	B-格納容器水素濃度	B-格納容器水素濃度	1	0	0	①	-	格納容器水素濃度(S/A)	1	0	0	直接的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
	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器水素濃度(S/A)	1	0	0	①	-	格納容器水素濃度	1	0	0	監視可能であればA-格納容器水素濃度(常用計器)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
別基準(2/2)	B-格納容器酸素濃度	B-格納容器酸素濃度	1	0	0	①	-	格納容器水素濃度(S/A)	1	0	0	直接的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
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器水素濃度(S/A)	1	0	0	②	-	格納容器水素濃度	1	0	0	監視可能であればA-格納容器水素濃度(常用計器)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  
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

1.9 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

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		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	抽出パラメータ分類理由	計器数	抽出パラメータ分類理由	計器数	抽出パラメータ分類理由		
1.9.2.1 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対応手順 (3)原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視 a.格納容器内水素濃度(SA)による原子炉格納容器内の水素濃度監視 事故時運転指示手順 (シビアアクシデント) (PCA 制御)	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内水素濃度(SA)	2	①	2	①	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酸素濃度	原子炉格納容器内酸素濃度(SA)	2	①	2	①	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
1.9.2.2 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対応手順 (3)原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視 b.格納容器内水素濃度(SA)による原子炉格納容器内の水素濃度監視 事故時運転指示手順 (シビアアクシデント) (PCA 制御)	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内水素濃度(SA)	2	①	2	①	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酸素濃度	原子炉格納容器内酸素濃度(SA)	2	①	2	①	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
1.9.2.3 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対応手順 (3)原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視 c.格納容器内水素濃度(SA)による原子炉格納容器内の水素濃度監視 事故時運転指示手順 (シビアアクシデント) (PCA 制御)	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内水素濃度(SA)	2	①	2	①	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酸素濃度	原子炉格納容器内酸素濃度(SA)	2	①	2	①	2	0	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  
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

1.9 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

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		計器故障等	SBO	
		計器数	抽出パラメータ分類理由	計器数	抽出パラメータ分類理由	計器数	抽出パラメータ分類理由			
非常時運転指示手順 (シビアアクシデント) 「放出」 AME設備別働隊 作手順書	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内水素濃度(SA)	2	①	2	①	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の酸素濃度	原子炉格納容器内酸素濃度(SA)	2	①	2	①	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作 (1) (2)	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内水素濃度(SA)	1	①	1	①	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の酸素濃度	原子炉格納容器内酸素濃度(SA)	1	①	1	①	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作 (1) (2)	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内水素濃度(SA)	2	①	2	①	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の酸素濃度	原子炉格納容器内酸素濃度(SA)	2	①	2	①	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

・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

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		計器故障等	SBO	
		計器数	抽出パラメータ分類理由	計器数	抽出パラメータ分類理由	計器数	抽出パラメータ分類理由			
事故時運転指示手順 (シビアアクシデント) AME設備別働隊 作手順書	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内水素濃度(SA)	2	①	2	①	2	0	0	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酸素濃度	原子炉格納容器内酸素濃度(SA)	2	①	2	①	2	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作 (1) (2)	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内水素濃度(SA)	1	①	1	①	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の酸素濃度	原子炉格納容器内酸素濃度(SA)	1	①	1	①	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認

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, 補助パラメータ, 抽出パラメータ, 抽出パラメータが代替パラメータを計測する計器, 評価, 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, 補助パラメータ, 抽出パラメータ, 抽出パラメータが代替パラメータを計測する計器, 評価, SBO

・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: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 補助パラメータ, 抽出パラメータ, 抽出パラメータが代替パラメータを計測する計器, 評価, SBO

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

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	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
事故時運転指示手順書 (シニアタスクアシスタント) [FCV制御]	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	原子炉格納容器内水素濃度	2	0	0	格納容器内水素濃度(SA)	2	2	2	直線的に格納容器内水素濃度を計測することで、監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉格納容器内水素濃度	2	0	0	原子炉格納容器内水素濃度(D/W)又は格納容器内水素濃度(S/C)の検知結果により、格納容器内水素濃度の代替監視可能	2	1	0	
AM設備別操作手順書 「代書Ⅱ」による相模 冷却水の確保 「代書Ⅲ」による相模 冷却水の確保	原子炉格納容器内の酸素濃度	原子炉格納容器内の酸素濃度	原子炉格納容器内酸素濃度	2	0	0	原子炉格納容器内酸素濃度(SA)	2	1	1	直線的に格納容器内の酸素濃度を計測することにより、事故後の格納容器内の空気(酸素)の流入の可能性により、水素濃度の可能性を把握可能
			原子炉格納容器内酸素濃度	2	0	0	原子炉格納容器内酸素濃度(D/W)又は格納容器内酸素濃度(S/C)の検知結果により、格納容器内酸素濃度の代替監視可能	2	1	1	
操作	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	直線的に原子炉格納容器内の圧力を計測することで、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力(D/W)	2	2	2	原子炉格納容器内圧力(D/W) (常用計)	2	2	2	
最終トーン (5.5.3.5.5.5)	原子炉格納容器内の破綻	原子炉格納容器内の破綻	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	直線的に原子炉格納容器内の圧力を計測することで、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力(S/C)	2	2	2	原子炉格納容器内圧力(S/C) (常用計)	2	2	2	

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

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
1.9.2.1 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対応手順 (2) 炉心の著しい損傷が発生した場合の原子炉格納容器水素爆発防止 c. 可燃性ガス濃度制御による原子炉格納容器内の水素濃度制御	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内水素濃度(S)	2	0	0	原子炉格納容器内水素濃度(SA)	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度(常用計器)により代替監視可能	-	
非常時運転指示手順書Ⅱ(代書ベース) 濃度抑制	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内水素濃度	原子炉格納容器内水素濃度	2	0	0	原子炉格納容器内水素濃度(SA)	2	2	2	格納容器内水素濃度(D/W)又は格納容器内水素濃度(S/C)の検知結果により格納容器内水素濃度の代替監視可能	-
			原子炉格納容器内水素濃度	2	0	0	原子炉格納容器内水素濃度(D/W)又は格納容器内水素濃度(S/C)の検知結果により格納容器内水素濃度の代替監視可能	2	2	2		
非常時運転指示手順書Ⅲ(シニアタスクアシスタント) 「除熱-1」等	原子炉格納容器内の酸素濃度	原子炉格納容器内の酸素濃度	原子炉格納容器内酸素濃度(S)	2	0	0	原子炉格納容器内酸素濃度(SA)	1	1	1	直線的に原子炉格納容器内の酸素濃度を計測することにより、事故後の格納容器内の空気(酸素)の流入の可能性により、水素濃度の可能性を把握可能	-
			原子炉格納容器内酸素濃度	2	0	0	原子炉格納容器内酸素濃度(D/W)又は格納容器内酸素濃度(S/C)の検知結果により格納容器内酸素濃度の代替監視可能	2	0	0		
AM設備別操作手順書			原子炉格納容器内酸素濃度	2	0	0	原子炉格納容器内酸素濃度	2	0	0	監視可能であれば格納容器内酸素濃度(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

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO		
1.9 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 (1) 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対応手順 (2) 炉心の著しい損傷が発生した場合の原子炉格納容器水素爆発防止 (3) 可燃性ガス濃度制御による原子炉格納容器内の水素濃度制御	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内水素濃度	原子炉格納容器内水素濃度(S)	2	0	0	原子炉格納容器内水素濃度(SA)	2	0	0	直線的に格納容器内水素濃度を計測することで、監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉格納容器内水素濃度	2	0	0	原子炉格納容器内水素濃度(D/W)又は格納容器内水素濃度(S/C)の検知結果により、格納容器内水素濃度の代替監視可能	2	0	0	
AM設備別操作手順書 「代書Ⅱ」による相模 冷却水の確保 「代書Ⅲ」による相模 冷却水の確保	原子炉格納容器内の酸素濃度	原子炉格納容器内の酸素濃度	原子炉格納容器内酸素濃度(S)	2	0	0	原子炉格納容器内酸素濃度(SA)	2	2	2	直線的に格納容器内の酸素濃度を計測することにより、事故後の格納容器内の空気(酸素)の流入の可能性により、水素濃度の可能性を把握可能
			原子炉格納容器内酸素濃度	2	0	0	原子炉格納容器内酸素濃度(D/W)又は格納容器内酸素濃度(S/C)の検知結果により、格納容器内酸素濃度の代替監視可能	2	2	2	
操作	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(SA)	1	1	1	直線的に原子炉格納容器内の圧力を計測することで、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力(D/W)	2	2	2	原子炉格納容器内圧力(D/W) (常用計)	2	2	2	
最終トーン (5.5.3.5.5.5)	原子炉格納容器内の破綻	原子炉格納容器内の破綻	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	直線的に原子炉格納容器内の圧力を計測することで、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力(S/C)	2	2	2	原子炉格納容器内圧力(S/C) (常用計)	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

1.9 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

項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				計器名称	抽出パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		監視パラメータ		評価	SBO
	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器数	直後 負荷切り離し後	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
非常時運転手 手順II (微除 ベース) TPCV水素 濃度抑制)	原子炉格 納容器内 の放射線 の放射線 量率	ドライウエル圧力	1	1	①	-	サブプレッション・チェン バ圧力	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測する ことができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認				
		原子炉格 納容器内 の放射線 の放射線 量率	1	1	①	-	サブプレッション・チェン バ圧力	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測する ことができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認				
非常時運転手 手順III (シビ アアクシデン ト) [除熱-1] 等	原子炉格 納容器内 の放射線 の放射線 量率	格納容器券別気放熱線 ニタ (D/W)	2	2	①	-	格納容器券別気放熱線 ニタ (S/C)	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線 レベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認				
		格納容器券別気放熱線 ニタ (S/C)	2	2	①	-	格納容器券別気放熱線 ニタ (D/W)	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線 レベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認				
判 断 基 準 2/ 3	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力	1	1	①	-	原子炉圧力 (SA)	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 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A 燃料 域) 原子炉水位 (S/A 燃料 域)	2	2	2	2	2	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

1.9 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

項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				計器名称	抽出パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		監視パラメータ		評価	SBO
	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器数	直後 負荷切り離し後	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
非常時運転手 手順II (微除 ベース) TPCV水素 濃度抑制)	原子炉格 納容器内 の放射線 の放射線 量率	格納容器券別気放熱線ニ タ (ドライウエル)	2	2	①	-	格納容器券別気放熱線ニ タ (ドライウエル)	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線 レベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は主観パ ラメータにて確認				
		格納容器券別気放熱線ニ タ (S/A 燃料域)	2	2	①	-	格納容器券別気放熱線ニ タ (S/A 燃料域)	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線 レベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は主観パ ラメータにて確認				
非常時運転手 手順III (シビ アアクシデン ト) [除熱-1] 等	原子炉格 納容器内 の放射線 の放射線 量率	原子炉圧力	1	1	①	-	原子炉圧力 (SA)	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より代替 監視可能	監視事項は主観パ 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 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A 燃料 域) 原子炉水位 (S/A 燃料 域)	2	2	2	2	2	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	監視事項は主観パ 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

1.9 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

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SRD
非常時運転手 手順II (飯後 ベース) [PCV水素 濃度抑制]	原子炉格納 容器内の 水素濃 度	格納容器内水素濃度 (S A)	2	0	0	[格納容器内水素濃度]	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃 度 (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
		[格納容器内水素濃度]	2	0	0	-	-	-	-	-	-
非常時運転手 手順III (シビ アアジゲン ト) [除熱-1] 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の酸素濃 度	格納容器内酸素濃度 (S A)	2	0	0	-	-	-	-	格納容器内酸素濃度モニタ (D/ W) 又は格納容器内酸素濃度モニ タ (S/C) の解析結果により格納 容器内酸素濃度の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		[格納容器内酸素濃度]	2	0	0	-	-	-	-	ドライウェル圧力又はサブプレッショ ン・チェンバ圧力により、事故後の 格納容器内の空気 (酸素) の流入の有 無により、水素爆発の可能性を把 握可能 監視可能であれば格納容器内酸素濃 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

1.9 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

項目	対応手段	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	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	SRD	
非常時運転手 手順II (飯後 ベース) [PCV水素 濃度抑制]	原子炉格納 容器内の 水素濃 度	格納容器内水素濃度 (S A)	1	0	0	格納容器内水素濃度 (SA)	1	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃 度 (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
		[格納容器内水素濃度]	1	0	0	-	-	-	-	-	-
非常時運転手 手順III (シビ アアジゲン ト) [除熱-1] 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の酸素濃 度	格納容器内酸素濃度 (S A)	1	0	0	-	-	-	-	格納容器内酸素濃度モニタ (D/ W) 又は格納容器内酸素濃度モニ タ (S/C) の解析結果により格納 容器内酸素濃度の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		[格納容器内酸素濃度]	1	0	0	-	-	-	-	ドライウェル圧力又はサブプレッショ ン・チェンバ圧力により、事故後の 格納容器内の空気 (酸素) の流入の有 無により、水素爆発の可能性を把 握可能 監視可能であれば格納容器内酸素濃 度 (常用計器) により代替監視可能	-

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 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

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	直後 負荷切り離し後	SBO			
対応手段 非常時運転手 アクト (2 / 2) AM区個別操 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	—	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 (常用計器)により代替監視可能 ことのでき、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	—	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 ことのでき、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		可燃性ガス濃度制御系再 循環ガス流量	2	0	0	③	—	—	—	—	—	—	—
		可燃性ガス濃度制御系 ロー吸込ガス流量	2	0	0	③	—	—	—	—	—	—	—
		可燃性ガス濃度制御系 ロー吸込ガス圧力	2	0	0	③	—	—	—	—	—	—	—
		可燃性ガス濃度制御系加 熱器入口温度	2	0	0	③	可燃性ガス濃度 制御系の運転状 態を確認するパ ラメータ	—	—	—	—	—	—
		可燃性ガス濃度制御系再 循環器入口ガス温度	2	0	0	③	—	—	—	—	—	—	—
		可燃性ガス濃度制御系再 循環器出口ガス温度	2	0	0	③	—	—	—	—	—	—	—
		可燃性ガス濃度制御系再 循環器表面温度	2	0	0	③	—	—	—	—	—	—	—
		可燃性ガス濃度制御系再 循環器表面温度	2	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

1.9 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

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 負荷切り離し後	パラメータ 分類			計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	SBO影響		
対応手段 非常時運転手 アクト (2 / 2) AM区個別操 作手順書	原子炉格納 容器内の 温度	ドライウエル温度 (SA)	7	7	①	—	サブプレッション・チェン バ圧力 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認	
		サブプレッション・チェン バ温度 (SA)	2	2	①	—	サブプレッション・チェン バ温度 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認	
		サブプレッション・プール 温度 (SA)	2	2	①	—	—	サブプレッション・チェン バ温度 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
		F C S系入口温度	2	0	0	③	可燃性ガス濃度制御系の運 転状態を確認するパラメ ータ	—	—	—	—	—	—
		F C Sプロロウ入口温度	2	0	0	③	可燃性ガス濃度制御系の運 転状態を確認するパラメ ータ	—	—	—	—	—	—
		プロロウ入口圧力	2	0	0	③	可燃性ガス濃度制御系の運 転状態を確認するパラメ ータ	—	—	—	—	—	—
		F C S加熱器ガス温度	2	0	0	③	可燃性ガス濃度制御系の運 転状態を確認するパラメ ータ	—	—	—	—	—	—
		F C S加熱器出口温度	2	0	0	③	可燃性ガス濃度制御系の運 転状態を確認するパラメ ータ	—	—	—	—	—	—
		再結合器ガス温度	2	0	0	③	可燃性ガス濃度制御系の運 転状態を確認するパラメ ータ	—	—	—	—	—	—
		F C S再結合器温度	2	0	0	③	可燃性ガス濃度制御系の運 転状態を確認するパラメ ータ	—	—	—	—	—	—

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



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 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

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後   負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後   負荷切り離し後		
1.9.2.1 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対応手順 a. 原子炉格納容器内の水素濃度及び熱中性子密度の監視 b. 原子炉格納容器内の水素濃度 (S.A.) 及び格納容器内熱中性子密度 (S.A.) を計測すること c. 原子炉格納容器内の水素濃度 (S.A.) 及び格納容器内熱中性子密度 (S.A.) を計測すること d. 原子炉格納容器内の水素濃度 (S.A.) 及び格納容器内熱中性子密度 (S.A.) を計測すること	原子炉格納容器内の水素濃度 原子炉格納容器内の熱中性子密度	格納容器内水素濃度 (S.A.) 格納容器内熱中性子密度 (S.A.)	2 2	2 2	① ①	格納容器内水素濃度 (S.A.) 格納容器内熱中性子密度 (S.A.)	2 2	2 2	監視項目は抽出パラメータにて確認 監視項目は抽出パラメータにて確認 監視項目は抽出パラメータにて確認 監視項目は抽出パラメータにて確認
1.9.2.2 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対応手順 a. 原子炉格納容器内の水素濃度及び熱中性子密度の監視 b. 原子炉格納容器内の水素濃度 (S.A.) 及び格納容器内熱中性子密度 (S.A.) を計測すること c. 原子炉格納容器内の水素濃度 (S.A.) 及び格納容器内熱中性子密度 (S.A.) を計測すること d. 原子炉格納容器内の水素濃度 (S.A.) 及び格納容器内熱中性子密度 (S.A.) を計測すること	原子炉格納容器内の水素濃度 原子炉格納容器内の熱中性子密度	格納容器内水素濃度 (S.A.) 格納容器内熱中性子密度 (S.A.)	4 4	4 4	① ①	格納容器内水素濃度 (S.A.) 格納容器内熱中性子密度 (S.A.)	2 2	2 2	監視項目は抽出パラメータにて確認 監視項目は抽出パラメータにて確認 監視項目は抽出パラメータにて確認 監視項目は抽出パラメータにて確認
1.9.2.3 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対応手順 a. 原子炉格納容器内の水素濃度及び熱中性子密度の監視 b. 原子炉格納容器内の水素濃度 (S.A.) 及び格納容器内熱中性子密度 (S.A.) を計測すること c. 原子炉格納容器内の水素濃度 (S.A.) 及び格納容器内熱中性子密度 (S.A.) を計測すること d. 原子炉格納容器内の水素濃度 (S.A.) 及び格納容器内熱中性子密度 (S.A.) を計測すること	原子炉格納容器内の水素濃度 原子炉格納容器内の熱中性子密度	格納容器内水素濃度 (S.A.) 格納容器内熱中性子密度 (S.A.)	2 2	2 2	① ①	格納容器内水素濃度 (S.A.) 格納容器内熱中性子密度 (S.A.)	2 2	2 2	監視項目は抽出パラメータにて確認 監視項目は抽出パラメータにて確認 監視項目は抽出パラメータにて確認 監視項目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

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後   負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後   負荷切り離し後		
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 a. 原子炉格納容器内の水素濃度及び熱中性子密度の監視 b. 原子炉格納容器内の水素濃度 (S.A.) 及び格納容器内熱中性子密度 (S.A.) を計測すること c. 原子炉格納容器内の水素濃度 (S.A.) 及び格納容器内熱中性子密度 (S.A.) を計測すること d. 原子炉格納容器内の水素濃度 (S.A.) 及び格納容器内熱中性子密度 (S.A.) を計測すること	原子炉格納容器内の水素濃度 原子炉格納容器内の熱中性子密度	格納容器内水素濃度 (S.A.) 格納容器内熱中性子密度 (S.A.)	2 2	2 2	① ①	格納容器内水素濃度 (S.A.) 格納容器内熱中性子密度 (S.A.)	2 2	2 2	監視項目は抽出パラメータにて確認 監視項目は抽出パラメータにて確認 監視項目は抽出パラメータにて確認 監視項目は抽出パラメータにて確認
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 a. 原子炉格納容器内の水素濃度及び熱中性子密度の監視 b. 原子炉格納容器内の水素濃度 (S.A.) 及び格納容器内熱中性子密度 (S.A.) を計測すること c. 原子炉格納容器内の水素濃度 (S.A.) 及び格納容器内熱中性子密度 (S.A.) を計測すること d. 原子炉格納容器内の水素濃度 (S.A.) 及び格納容器内熱中性子密度 (S.A.) を計測すること	原子炉格納容器内の水素濃度 原子炉格納容器内の熱中性子密度	格納容器内水素濃度 (S.A.) 格納容器内熱中性子密度 (S.A.)	4 4	4 4	① ①	格納容器内水素濃度 (S.A.) 格納容器内熱中性子密度 (S.A.)	2 2	2 2	監視項目は抽出パラメータにて確認 監視項目は抽出パラメータにて確認 監視項目は抽出パラメータにて確認 監視項目は抽出パラメータにて確認
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 a. 原子炉格納容器内の水素濃度及び熱中性子密度の監視 b. 原子炉格納容器内の水素濃度 (S.A.) 及び格納容器内熱中性子密度 (S.A.) を計測すること c. 原子炉格納容器内の水素濃度 (S.A.) 及び格納容器内熱中性子密度 (S.A.) を計測すること d. 原子炉格納容器内の水素濃度 (S.A.) 及び格納容器内熱中性子密度 (S.A.) を計測すること	原子炉格納容器内の水素濃度 原子炉格納容器内の熱中性子密度	格納容器内水素濃度 (S.A.) 格納容器内熱中性子密度 (S.A.)	2 2	2 2	① ①	格納容器内水素濃度 (S.A.) 格納容器内熱中性子密度 (S.A.)	2 2	2 2	監視項目は抽出パラメータにて確認 監視項目は抽出パラメータにて確認 監視項目は抽出パラメータにて確認 監視項目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